博士学位論文

377.5

配管系の簡易弾塑性応答解析法に関する研究

A Study on Simplified Analytical Method for Elasto-Plastic Response of Piping



2003 年 12 月

指導教官 高田 一 教授

横 浜 国 立 大 学 大 学 院 工学研究科 生産工学専攻

大谷章仁

目 次

第1章 序 論

1.1 研究の背景と目的 ・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	1-1
1.1.1 構造物の振動応答と減衰特性 ・・・・・・・・・・・	1-1
1.1.2 減衰特性を解析により算定する研究 ・・・・・・・・・	1-5
1.1.3 本研究の背景と目的 ・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	1-6
1.2 本論文の構成 ・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	1-10
1章の参考文献 ・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	1-12

第2章 弾性域での配管系減衰特性

2.1	緒	言	• • •	• • • •	•••	• • • •	•••	• • • ;	•••	• • • •	• • • •	•••	••••	•••	• • •	2-1
2.2	等価	i減衰	比	• • •	•••		•••		• • •		• • • •	•••			• • •	2-2
2.3	配管	系の	減衰	更比言	計測	例。	と耐	震設	計,	用減	衰比		• • • •		• • •	2-5
2.4	摩擦	を有	する	5支打	寺部	いでの	の等	価緕	ŧ形·	化法	によ	る	减衰	算定	三法	2-9
2.5	結	言	• • •	••••	•••	••••	• • • •	• • •	• • •	•••••	••••	••	•••	• • • •		2-13
2章	の参え	考文南	武		•••	•••	• • •	• • • •	• • •	•••	• • • •	• • •	• • •	••••	•••	2-14

第3章 配管要素の弾塑性変形特性

3.1 緒	言	3-1
3.2 I	ルボ弾塑性変形特性のシミュレーション ・・・・・・	3-2
3.2.1	シミュレーションの目的 ・・・・・・・・・・・・・・・	3-2
3.2.2	シミュレーション方法 ・・・・・・・・・・・・・・・・・	3-2
3.2.3	シミュレーション結果 ・・・・・・・・・・・・・・・・・	3-17

3.3 エノ	ルボ弾塑性変形特性の評価 ・・・・・・・・・・・・・・ 3	-37
3.3.1	エルボ弾塑性変形特性の評価方法 ・・・・・・・・・ 3	-37
3.3.2	等価剛性及び消散エネルギの近似 ・・・・・・・・ 3	-40
3.3.3	近似式における係数のパラメータによる影響 ・・・・ 3	-46
3.3.4	エルボ弾塑性特性の一般化された近似式 ・・・・・・ 3	-55
3.3.5	エルボ弾塑性特性の一般化された近似式の精度 ・・・ 3	-58
3.4 結	言 3	-61
3 章の参	\$考文献 ・・・・・・・・ 3	5-62

第4章 簡易弾塑性応答解析法

4.1	緒	言	• • • • •	• • • • •	• • • •	••••	• • • •	• • • •	• • • •	• • • •	• • •	•••	• • • •	4-1
4.2	配管	音系モ	デルオ	加振実	ミ験	• • •	• • • •	• • • •	• • •	••••	• • •	• • •	• • • •	4-3
4.3	簡易	易弾塑	性応	答解析	「法	• • •	• • • •	•••		• • • •	•••	•••	• • • •	4-7
4.3.	1	ラング	ダム振	〔動応	答と	減衰	比の	定式	化	• •		•••	• • • •	4-7
4.3.	2	塑性刻	変形に	よる	等価	減衰	比の	定式	化	••	• • •	•••	• • • •	4-14
4.3.	3	配管系	系モテ	シルに	おけ	る振	動特	性値	「の言	†算	••	•••	• • • •	4-17
4.3.	4	簡易	単塑性	∈応答	解析	法と	実験	結果	しの日	比較	• •	••••	• • • •	4-21
4.3.	5	降伏师	な力の	弹塑	性応	答特	性へ	影響	<u>.</u>	• • •	• • • •	•••	••••	4-31
4.4	結		• • • •	• • • • •	• • • •	• • • •	••••	•••	••••	• • • •	•••	• • •	• • • •	4-33
4章0	り参	考文南	犬・・	• • • • •	•••	• • • •	• • • •	• • • •		•••	• • •	• • •	• • • • •	4-34

第5章	結	論																										•	
5.1	結	言	•	••	••	•••	••	• •	•	••	•	••	••	••	•	••	•••	•	••	••	•	• •	•	•	•	•	• •	5-1	1
5.2	今後	後の言	課題		•	••	••	• •	•	••	•	••.	••	••	•	• •	•••	•	••	••	•	••	• •	•	•	••	••	5-4	4

謝 辞

第1章 序 論

1.1 研究の背景と目的

1.1.1 構造物の振動応答と減衰特性

構造物の振動応答は、構造物の質量、剛性、減衰特性、入力波により決定される。 近年、汎用有限要素法解析プログラム等の進歩により構造物の形状、材料の機械的 特性、質量等を入力すれば構造物の固有振動モードを容易に求められるようになっ た。また、構造物を線形の振動系として扱うと、市販の有限要素法解析プラグロム を用いて任意の入力波に対する構造物の振動応答を容易に計算することもできる ⁽¹⁾。ここで問題となるのは、構造物の振動を線形振動系として取り扱えるものかと いうことと、その線形振動系における減衰特性を現すパラメータである減衰比をど のように設定するかということである。

著者は、線形振動系というものを次のように捉えている。

[線形振動系に対する著者の理解]

振動系の存在する空間座標において、時間に関する2階定数係数線形微分方 程式⁽²⁾により運動方程式が表され、かつ、微分方程式の全ての定数係数が正値 を取るものが線形振動系である。

m·
$$\frac{d^2x}{dt^2} + c \cdot \frac{dx}{dt} + k \cdot x = F(t)$$
 (1-1)
m:質量
c:減衰係数
k:バネ定数
x:変位
F(t):外力

逆に非線形の振動系とは、運動方程式が線形微分方程式では表せないもの、 または微分方程式における係数が一定の正値を取らないものである。後者は、 いずれか係数が負の値をとるもの、もしくは係数が空間、時間、さらにはこれ

ら両方に依存するものである。係数が負の値となる場合、数学的には線形微分 方程式であるためあくまで線形であるが、振動系の運動方程式として捉える場 合、線形振動系と一般的に考えられるのは係数が正値を取るものであることか ら、負の係数を有するものについては非線形の振動系として捉えている。

一般の構造物では、構造物の材料そのもの及び構造物を形成する各部材間の結合 部において非線形の機械特性が存在し、構造物周りの流体からの影響もあり、厳密 にはほとんどのものが非線形の振動系であると言える。しかし、その非線形の程度 が小さく線形系として扱っても有意な差異は生じないものも多く、構造物の振動を 線形振動系として近似しているのが現実である。さらに、無視できない程度の非線 形性を有している場合に対しても、線形振動系として取り扱うことのできる条件を あらかじめ設定し、線形振動系として近似する場合もある。

構造物の振動モードが市販の有限要素法プログラムにより容易に求められるの とは異なり、構造物の減衰特性は、理論的もしくは解析的に求めることが困難であ る。そのため減衰特性については、構造物の自由振動もしくは周波数応答曲線を実 験で取得し減衰比を同定するか、過去の実験結果に基づく値を基準値として使用す る場合がほとんどである^{(3)~(5)}。実験的に求められた一般的な構造物の減衰比を表 1-1に示す。

表 1-1 一般的な構造物の減衰特性(参考文献(3)からの抜粋)

Table 8-2 Summary of damping values"

		Damping factor, ζ												
Figure	Sample	Sample size	Standard deviation	Maximum	Average	50% Above	75% Above	90% Above	Minimum					
8-14	Suspension bridges	64	0.129	0.0839	0.0117	0.0061	0.0036	0.0024	0.0021					
8-15	Steel towers	21	0.0057	0.0286	0.0086	0.0064	0.0048	0.0032	0.0016					
8-15	Concrete towers	3	0.0040	0.0191	0.0138			—	0.0095					
8-15	All towers	24	0.0058	0.0286	0.0092	0.0080	0.0051	0.0032	0.0016					
8-16	Low excitation, steel buildings	42	0.0105	0.0370	0.0151	0.0130	0.0060	0.0038	0.0029					
8-16	Low excitation, concrete buildings	8	0.0070	0.0310	0.0170	0.0140	0.0110		0.0100					
8-16	Earthquake excitation, steel buildings	24	0.0234	0.1130	0.0510	0.0400	0.0320	0.0200	0.0200					
8-16	Earthquake excitation, concrete buildings	34	0.0362	0.1640	0.0685	0.0600	0.0400	0.0200	0.0170					
8-16	Low excitation, all buildings	50	0.0100	0.0370	0.0154	0.0130	0.0070	0.0040	0:0029					
8-16	Earthquake excitation, all buildings	58	0.0327	0.1640	0.0613	0.0520	0.0350	0.0200	0.0170					
8-16	All buildings	108	0.0338	0.1640	0.0400	0.0300	0.0130	0.0060	0.0029					
8-17	1- to 10-story steel buildings	54	0.0151	0.0600	0.0257	0.0240	0.0110	0.0060	0.0040					
8-17	10- to 20-story steel buildings	52	0.0298	0.2000	0.0253	0.0180	0.0073	0.0060	0.0040					
8-17	Over 20-story steel buildings	141	0.0109	0.0500	0.0174	0.0144	0.0092	0.0055	0.0020					
8-17	1- to 10-story concrete buildings	116	0.0210	0.1240	0.0266	0.0210	0.0148	0.0100	0.0050					
8-17	10- to 20-story concrete buildings	69	0.0255	0.1050	0.0319	0.0214	0.0121	0.0096	0.0069					
8-17	Over 20-story concrete buildings	81	0.0252	0.1100	0.0257	0.0140	0.0100	0.0080	0.0040					
8-17	All 0- to 10-story buildings	170	0.0193	0.1240	0.0263	0.0211	0.0140	0.0085	0.0040					
8-17	All 10- to 20-story buildings	121	0.0276	0.200	0.0290	0.0200	0.0110	0.0070	0.0040					
8-17	All over 20-story buildings	222	0.0179	0.110	0.0204	0.0141	0.0100	0.0065	0.0020					
8-17	All buildings	513	0.0214	0.200	0.0244	0.0180	0.0110	0.0070	0.0020					
8-18	Power-plant piping	162	0.0312	0.1770	0.0399	0.0310	0.0190	0.0080	0.0020					
8-19	Heat-exchanger tubing, in air	73	0.0145	0.0796	0.0169	0.0120	0.0079	0.0060	0.0020					
8-19	Heat-exchanger tubing, in water	84	0.0110	0.0535	0.0196	0.0170	0.0100	0.0073	0.0051					
8-19	All heat-exchanger tubing	157	0.0128	0.0796	0.0183	0.0148	0.0092	0.0066	0.0020					
8-20	Steam generator	36	0.0123	0.0507	0.0207	0.0194	0.0092	0.0076	0.0066					
8-21	Aluminum skin-stringer panels	116	0.0059	0.0380	0.0164	0.0153	0.0130	0.0100	0.0055					
8-21	Titanium skin-stringer panels	21	0.0049	0.0275	0.0168	0.0156	0.0123	0.0094	0.0084					
8-21	All skin-stringer panels	137	0.0058	0.0380	0.0165	0.0155	0.0120	0.0100	0.0055					
8-22	Aluminum honeycomb panels	26	0.0038	0.0270	0.0186	0.0180	0.0150	0.0130	0.0130					
8-22	Graphite-epoxy honeycomb panels	42	0.0050	0.0233	0.0111	0.0094	0.0070	0.0060	0.0050					
8-22	Kevlar honeycomb panels	7 :	0.0053	0.0277	0.0193	0.0155	0.0136		0.0136					
8-22	All honeycomb panels	75	0.0060	0.0277	0.0145	0.0150	0.0083	0.0069	0.0050					

^a See figures for references. 50% Above = Median value, that is, value such that 50% of damping factors exceed this value. 75% Above = Semi-Quartile value, that is, value such that 75% of damping factors exceed this value. The Average, 50% Above, and 75% Above values are recommended for design.

減衰はその発生機構に基づき名前の付けられているもの、発生する対象物に由来 し名前がつけられているものがあり^{(6)~(8)}、著者は以下のように分類できると思わ れる。

[発生機構に基づく減衰の分類]

- ・ クーロン摩擦減衰(摩擦減衰)
- · 粘性減衰(線形減衰)
- · 速度二乗減衰
- · 材料減衰(内部減衰)

[発生対象に由来する減衰の分類]

- · 構造減衰
 - ・ 構造物の材料減衰
 - ・ 構造物を構成する要素の結合部での摩擦等による減衰
 - ・ 構造物の支持点における摩擦等による減衰
- · 基礎逸散減衰
- ・ 構造物周りの流体により生じる減衰

基礎逸散減衰を除く後者の分類の減衰では、前者の減衰のいずれかの発生機構も しくは複数の発生機構が混在した形で存在するものと考えられる。なお、基礎逸散 減衰は、構造物の固定点が現実には完全固定ではなく微小な動きを伴うため、構造 物の運動エネルギが不完全な固定点へ波動として伝達され逸散されるという減衰 効果である。

1.1.2 減衰特性を解析により算定する研究

材料減衰については、振動実験により求めた試験片の減衰特性を基に、構造物の 減衰特性を構造物に生じるひずみエネルギに関係付け、解析により減衰を算定する という研究が行われている⁽⁹⁾。これは、構造物の減衰特性において、材料減衰が支 配的である場合、例えば一端を完全に固定された片持ち梁形状の構造物では、この 減衰特性の解析法は有効である。前述のように、これまで構造物の減衰特性をほと んど実験で求めていたことを考えると、解析的に減衰特性を求めるこの研究は非常 に重要な研究と思われる。

構造減衰については、配管系を対象とした減衰算定の研究が行われている^{(10)~(15)}。 配管系の各支持部における逸散エネルギを実験及び解析的に求め、前述の発生機構 に基づく減衰の特性として定式化することにより、多様な構造を有する配管系の減 衰特性を算定するという研究が行われている。この研究では配管系の支持具(ハン ガ、スナバ、レストレイント)各々における逸散エネルギを実験により求め、これ を近似式により定式化することで、配管系の応答により生じる逸散エネルギを求め、 配管系の減衰特性を求めている。ただし、これら逸散エネルギは、振動数及び振幅 に依存する形で定式化されており非線形の減衰特性となる。そのため、振動数及び 振幅に依存する非線形の減衰を等価線形化した減衰比として取り扱っている。現行 の原子力発電プラント配管系の耐震設計に用いられている耐震設計用減衰定数⁽¹⁶⁾ は、上記の研究に基づき複数の実機配管系の等価減衰比が算定され、その結果を基 に設計上保守的に設定されたものである。

1.1.3 本研究の背景と目的

配管系は円管の連続体であり、その内部に流体を通過させる搬送路、管路として の機能を有する。発電プラント、化学プラント、機械設備等のほとんどの産業施設 において配管系はなくてはならない存在と言える。配管系は、空間的な制約と流体 を搬送するという目的において、曲がり管、分岐管が用いられ、直管との組み合わ せにより様々な立体的配置がなされる。また、配管内の流体の流量調整、圧力調整 の目的において配管系の中に種々の弁が組み込まれることとなる。さらに、配管及 びこれに含まれる内部流体による自重を支持する目的で、配管各部の要所に支持装 置が設けられる。

支持装置の中には自重を支持するだけでなく、地震により発生する荷重、内部の 流体により発生する流体力を支持するために設けられるものもある。このような支 持構造物についても、配管と同様に多様な配置の可能性が有るだけでなく、支持構 造物そのものも多種、多様な構造を有する。既に記述している「配管系」という言 葉であるが、これは、管、曲がり管、分岐管等の管路としての要素と、弁等の機器 及びこれらを支持する構造物の全ての総称であり、まさに系、システムとして捕ら えられるべきものである。

配管系を振動系としてみた場合には、上記のような多様な配置及び多種多様な支 持条件であることから、同一の振動特性を有するものはほとんど無い。むしろ同一 の振動特性を有する配管系の存在は、意図的に設計、施工がなされなければ有り得 ないものと言っても過言ではない。

一つの配管系を見た場合、立体的な構造を有し質量が分布する連続体であり、か つ比較的フレキシブルな構造であることから、多くの固有振動モードを有する。さ らに、この固有振動モード、すなわち振動を生じやすい配管系の変形形状に関係す ると考えられる減衰特性も多様なものになる。以上のように配管系の振動特性は多 種多様なものであると言える。

\$ ハンガ(自重支持装置)





図 1-1 原子力発電プラントの配管系の例(参考文献(4)からの抜粋)

世界有数の地震多発国である日本では、産業施設の設計において耐震評価が重要 な評価項目のひとつであり、構造物に要求される耐震性に設計が左右される場合も ある。原子力発電プラントにおける配管系もその中の一つで、支持構造物の配置は 配管系の耐震性を考慮して決定されるものが多い。特別な安全性が要求される原子 力発電プラントでは、発電機能に要する給水系及び蒸気系の配管以外に、非常時に 炉心を冷却する等の安全性を確保するための配管系が多く設置されている。原子力 発電プラントの配管系の耐震設計においては、このような多種多様の重要な配管系 の振動特性を把握することが必要であり、地震に対する健全性を適切に評価しなけ ればならない。

原子力発電プラントの現行の耐震設計では、設計用最強地震(S₁地震)及び設計 用限界地震(S₂地震)の2種類の設計地震動が考慮され、各々の地震動の想定に対 してどのレベルまでの安全性、健全性が必要であるかということを基に、構造強度 の評価が行われている。近年、上下地震動の動的な取り扱い、大規模直下型地震の 想定等、設計用地震動の見直しを含めた耐震設計基準の見直しが進められている。

現行の原子力発電プラントの耐震設計では、一般産業施設より高い耐震性が要求 されており、上記2種類の設計地震動も含めて厳しい設計条件が課せられている。 今後の耐震設計基準の見直しにおいては、現在よりもさらに厳しい設計条件が要求 されると考えられる。

一方、原子力発電プラントの耐震設計では多くの余裕が取られていると考えられ ており、合理的な耐震設計法が望まれていることも事実である。地震という予測困 難な自然現象に対して、必要不可欠な安全性を保ちつつ合理的な耐震設計法を構築 することは、昨今の耐震設計に関わる研究者と設計者の命題になっていると思われ る。著者は、この命題に対する解決策の一つとして、合理的耐震設計法の構築を目 的とした配管系の塑性変形を考慮した地震応答解析法に関する研究を行った。

地震により大きな振動応答を生じる配管系では、エルボ等の配管系の一部におい て塑性変形を生じる可能性がある。このような配管系では、塑性変形に伴うエネル ギ消散が生じ配管系の振動応答は低減されると言われている。

日本の原子力発電プラント配管系の耐震設計基準では、地震により生ずる配管の応力を計算し、塑性崩壊を防止するための一次応力評価、交番応力の発生に対する

疲労評価が規定されている。設計用限界地震(S₂地震)に対する評価では、配管に 許容され得る応力は配管材料の降伏応力以上の値となっており、塑性変形の発生が 想定されている。

本研究は、配管系での塑性変形により生じる減衰効果を適切に捉え、塑性変形の 生じる振動応答を合理的に算定することのできる解析法の構築を目指すものであ る。

1.2 本論文の構成

本研究で取り扱う配管系の弾塑性応答では、非線形の減衰特性を把握することが 重要となることから、第1章では非線形振動系の定義と、一般的な構造物の減衰特 性の種類、分類について述べている。また、本研究において参考とした減衰特性の 定式化に関する既往研究について紹介している。なお、参考とした既往研究の代表 的なものについては、次章においてより詳細な説明を記述している。さらに、本研 究の位置付け及び目的として、研究対象となる配管系の振動応答の特徴、合理的耐 震設計の必要性、その解決策と考えられる塑性応答特性把握の必要性を述べている。

第2章では、現行の配管系の耐震設計に用いられている耐震設計用減衰定数、配 管系での減衰比実測結果に関する文献を示している。また、前章において紹介した 既往研究の中の代表的な例として、配管系の支持部における摩擦・衝突による非線 形減衰効果の定式化例について述べ、等価線形化法による等価減衰算定例を示した。 本研究において検討を行った配管系の塑性変形による減衰特性の定式化では、この 既往研究の方法を参考とした定式化を行ったものである。

第3章では、配管系の中の構造不連続部であり塑性変形を生じる可能性が高いと 考えられる配管継手のエルボを取り上げ、FEMを用いたシミュレーションにより求 めた履歴特性を示している。また、このエルボでの履歴特性を摩擦モデルにより近 似し、塑性変形を生じるエルボの等価剛性及び消散エネルギ(履歴エネルギ吸収量) を、シミュレーション結果との比較に基づき近似式で表している。この近似式にお ける係数をエルボの形状等により特性値の多項式により表すことで、面内曲げによ り塑性変形を生じるエルボでの等価剛性及び消散エネルギの近似式に対する一般 化を図った。

第4章では、前章で定式化された塑性変形を生じるエルボの減衰特性に基づく簡 易弾塑性応答解析法について述べている。この簡易弾塑性応答解析法は、塑性変形 を生じる配管系の最大振動応答量を求めるための解析法である。この解析法では、 減衰比と最大振動応答量の関係及び最大振動応答量と塑性変形により生じるエル ボの消散エネルギの関係を定式化し、両方の関係が同時に成立する条件、すなわち

1 - 1 0

配管系の最大振動応答量と等価減衰比を収束計算するものである。解析法の検証に は、防災科学技術研究所で実施された配管系モデル加振実験結果を用いた。本研究 での簡易弾塑性応答解析法による計算結果は、上記加振実験結果をほぼ再現できる ことがわかった。この解析法では、エルボの塑性変形の進行に伴う等価剛性の低下、 これによる運動エネルギの消失を等価減衰比の計算に考慮している。

第5章は、各章における検討内容、成果及び本研究における今後の課題について まとめている。

[第1章の参考文献]

- (1) 日本機械学会編、耐震設計と構造動力学、日本工業出版、1985年
- (2) 矢野健太郎、石原繁共著、大学演習 解析学概論、東京裳華房発行
- (3) R. D. Blevins, Flow-Induced Vibration Second Edition, Krieger Publishing Company
- (4) American Society of Mechanical Engineers, 1986, Boiler and Pressure Vessel Code, Code Cases, Nuclear Components, Case N-411, Alternative Damping Values for Response Spectra Analysis of Class 1, 2, and 3 Piping.
- (5) A. G. Ware, The history of Allowable Damping Values for U.S. Nuclear Plant Piping, Transactions of the ASME, Journal of Pressure Vessel Technology 25th Anniversary Issue, pp. 284-290
- (6) 國枝正春著、実用機械振動学、理工学社
- (7) 長松昭男、内山勝、斉藤忍、鈴木浩平、背戸一登、原文雄、藤田勝久、山川 宏、吉田和夫 編、ダイナミクスハンドブック 運動・振動・制御、朝倉書 店
- (8) 背戸一登、丸山晃市 著、振動工学 解析から設計まで、森北出版株式会社
- (9) 日本機械学会、RC187 ダンピング技術の統合化に関する調査研究分科会、研 究報告書(I)、(II)、2003 年 6 月 6 日発行
- (10) Shibata H. et al., Investigation on the Design Damping Values for Seismic Analysis of Nuclear Power Plant Piping System, Paper K11/ 3, Fifth Structural Mechanics in Reactor Technology Conference, Berlin, West Germany, 1979.
- (11) Shibata, H. et al., A study on Damping Characteristics of Equipments and Piping Systems for Nuclear Power Plant Facilities (Seismic Damping Ratio Evaluation Program), Paper K13/4, Sixth Structural Mechanics in Reactor Technology Conference, Paris, France, 1981.
- (12) Shibata, H. et al., Test and Evaluation about Damping Characteristics of Hanger Supports for Nuclear Power plant Piping Systems (Seismic

1 - 1 2

Damping Ratio Evaluation Program), Paper K 6/ 4, Sixth Structural Mechanics in Reactor Technology Conference, Paris, France, 1981.

- (13) Shibata, H. et al., A Experimental Study of Damping Characteristics with Emphasis of Insulation for Nuclear Power Plant Piping Systems (Seismic Damping Ratio Evaluation Program), Paper K 6/ 5, Sixth Structural Mechanics in Reactor Technology Conference, Paris, France, 1981.
- (14) H. Shibata, et al., "A Damping Characteristics of Piping Systems in Nuclear Power Plants," ASME PVP-Vol. 73, 1983, pp151-178
- (15) Igusa, T. et al., Methods of Analysis of Piping Systems with Nonlinear Vibration Absorbers, 11th Structural Mechanics in Reactor Technology Conference, K34/ 1, 1991, pp. 511-516.
- (16) 日本電気協会、電気技術指針、原子力編、原子力発電所耐震設計技術指針、 JEAG-4601-1991 追補版

第2章 弾性域での配管系減衰特性

2.1 緒 言

配管系の減衰比は、配管本体における材料減衰、配管を支持する支持 装置における減衰効果及び配管に取り付けられる保温材等の相対運動 による減衰効果が寄与すると考えられている。実際の配管系の多くは鋼 管により構成されているが、一般的に、この鋼管の変形に伴う材料減衰 については、支持装置での減衰効果よりも小さいと言われている。

配管系におけるハンガ、スナバ、レストレイント等の支持装置におけ る減衰効果については、実験に基づく定式化が行われており、これら支 持装置における減衰効果は、振動数及び振幅に依存する非線形の減衰効 果であることが確認されている。実際の耐震解析においてこの減衰効果 が考慮される場合、配管系の地震応答における振動数範囲及び応答レベ ルにおける等価線形化された減衰比が用いられることとなる。

本章では、弾塑性応答特性を把握する上で重要となる非線形減衰特性 の等価線形化について述べると共に、その定式化の例を示す。なお、こ こで取り扱う減衰比は、配管系の弾塑性応答特性が出現する前段階の弾 性域におけるものである。

2.2 等価減衰比

非線形の減衰効果を等価な線形減衰比として表す場合には、一般的に 下式が用いられる。

$$\zeta_{eq} = \frac{\Delta E}{4 \cdot \pi \cdot E} \tag{2-1}$$

ΔE: 消散エネルギ

 ζ_{eq} : 等価減衰比

E : 系の振動エネルギ

上式が線形振動系における減衰比に相当することは、次のように説明 することができる。

1自由度の線形振動系の運動方程式は次式で表すことができる。

$$\boldsymbol{m} \cdot \boldsymbol{\ddot{x}} + \boldsymbol{c} \cdot \boldsymbol{\dot{x}} + \boldsymbol{k} \cdot \boldsymbol{x} = F(t) \tag{2-2}$$

この振動系の固有角振動数及び減衰比は次式で定義される。

$$\omega = \sqrt{\frac{k}{m}}$$
(2-3)

(2-4)

$$\zeta = \frac{c}{c_c} = \frac{c}{2\sqrt{m \cdot k}} = \frac{c}{2 \cdot m \cdot \omega}$$

ω:固有角振動数

ζ: 減衰比

m:質量

c: 減衰係数

c.: 臨界減衰係数

これらの式で表される線形の減衰効果は、速度に比例する減衰、粘性 減衰によるものである。粘性減衰の履歴特性は図 2-1 に示すように楕円 曲線となる。



図 2.1-1 粘性減衰の履歴特性

粘性減衰の消散エネルギムEは、この楕円の内部面積として求めることができ、次式により表される。

$$\Delta E = \pi \cdot c \cdot \omega \cdot a^2 \tag{2-5}$$

式 2-5 を式 2-1 に代入し、振動エネルギがバネ要素に蓄えられるポテ ンシャルエネルギであることを考慮すると、次式に示すとおり式 2-1 と 式 2-4 で表される減衰比が等価であることがわかる。

$$\zeta = \frac{\pi \cdot c \cdot \omega \cdot a^2}{4 \cdot \pi \cdot \left(\frac{1}{2} \cdot k \cdot a^2\right)}$$
$$= \frac{c \cdot \omega}{2 \cdot k} = \frac{c}{2 \cdot \frac{k}{\omega}} = \frac{c}{2 \cdot \frac{k}{\sqrt{\frac{k}{m}}}} = \frac{c}{2 \cdot \sqrt{m \cdot k}}$$
(2-6)

上式の関係は履歴特性が楕円曲線となる粘性減衰における関係であ り、式 2-1における分母の 4・πの定数は、消散エネルギと振動エネル ギの比率を、減衰比の定義式に対応させるための係数として理解するこ とができる。なお、減衰効果を表す指標には、ここで述べた減衰比、損 失係数、対数減衰率、Q係数等があり、それぞれにおいて定義が異なり、 例えば減衰指標の一つである損失係数を表すには上記の分母の定数と して 2・πが用いられることとなる⁽¹⁾。

非線形の減衰効果を等価な線形減衰として取り扱う場合、消散エネル ギが減衰特性を表す基本量であるとし、非線形の減衰効果における消散 エネルギを粘性減衰の消散エネルギに換算することによって、等価減衰 比を表すこととなる⁽²⁾。

2.3 配管系の減衰比計測例と耐震設計用減定数

原子力発電プラントの耐震設計基準で定められている配管系の耐震 設計用減衰定数は、表 2.3-1 及び表 2.3-2 に示すとおり 0.5~2.5%の 値として定められている。これは、配管を支持する支持具(支持装置及 び支持構造物)の種類と個数及び保温材の有無により異なる値として設 定されている⁽³⁾。

これらの値は実験に基づく支持具での消散エネルギ近似式を基に、多 くの実機配管系の減衰比を算定し、これらの下限値に基づき定められた 値である^{(3),(4)}。この減衰比の算定式は応答変位および振動数に依存す る式となるが、実機配管系の減衰比の算定においては、地震応答での有 意な振動数範囲と応答変位レベルを基に条件が設定されることとなる。

実際の配管系において計測された減衰比を図 2.3-1~4 に示す⁽⁵⁾。図 2.3-1 及び図 2.3-2 に示す減衰比は、火力発電所における配管系の減衰 比の計測値を示している。図 2.3-3 及び図 2.3-4 は原子力発電プラント における配管系の減衰比の計測値が示されたものである。これらの図は 異なる複数の配管系の減衰比が示されていることもあり、減衰比は 0.1%から数 10%の間でおおきくばらついていること、振動数が高くな ると減衰比が小さくなる傾向にあることを確認することができる。

表 2.3-1 原子力発電所諸設備の耐震設計用減衰定数

(参考文献(5)からの抜粋)

設	備減衰気	定数(%)
鉄筋コンクリート構造物		5.0
建屋鉄骨構造物		2.0
溶接構造物		1. 0
ボルト結合構造物		2. 0
配管	0.5	\sim 2.5
空調用ダクト		2.5
ケーブルトレイ		5.0
機械装置(ポンプ・ファ	ン)	1. 0
電気盤		4.0
スロッシング		0.5
燃料集合体(BWR)		7.0
燃料集合体(PWR)	10.0	\sim 15.0
制御棒駆動機構(BWR		3. 5
制御棒駆動機構(PWR)	5.0
1 次冷却設備(PWR)		3. 0

表11 原子力発電所諸設備の耐震設計用減衰値

表 2.3-1 原子力配管系の耐震設計用減衰定数

(参考文献(3)からの抜粋)

亵	1	2	原	7	カ	Z	管	系	ŋ	耐	震	設	籵	用	滅	麦	饘	

区分	説明	減衰定	数(%)
		保溫材有	保溫材無
I	スナッバ及び架構レストレイント支持が主体	2.5	2.0
	の配管系で(支持数が4個以上のもの)		
II	スナッパ、レストレイント、ハンガ等を有する		
	区分 I 以外の配管系 (アンカ及び U ボルトを除	1.5	1.0
	く支持具数が4個以上のもの)		
III	区分I, II 以外の配管	1.0	0.5







図 2.3-2 火力発電所配管系の減衰比計測値 (その 2) (参考文献 (5)からの抜粋)



図14 原子力発電所配管系の減衰定数実測例(日本)

図 2.3-3 国内の原子力発電所配管系の減衰比計測値 (参考文献(5)からの抜粋)





図 2.3-4 米国の原子力発電所配管系の減衰比計測値 (参考文献(5)からの抜粋)

2.4 摩擦を有する支持部での等価線形化法による減衰算定法

本項では、配管の支持部における減衰特性を定式化した既往研究⁽⁶⁾ を例とし、等価線形化法による減衰算定法の説明を行う。

この既往研究では、比較的口径の小さい配管系に用いられる支持装置、 Uボルト支持部における摩擦及び衝突による履歴特性より、ここで生じ る消散エネルギを定式化している。Uボルト支持部の構造を図 2.4-1 に 示す。



図 2.4-1 Uボルトによる支持部の構造 (参考文献(4)からの抜粋)

Uボルトによる支持部では、配管はL型鋼(アングル材)により自重 を支持され、配管軸直方向をL型鋼に締結されたUボルトにより拘束さ れる。この支持部における摩擦及び衝突の履歴特性をモデル化したのが 図 2.4-2 である。このモデルにより求められる支持部における履歴特性 と、実験結果との比較を図 2.4-3 に示す。



 δ_H : Mass of horizontal clearance (Sum of both sides)

 k_U : U-bolt rigidity

 k_S : Frame rigidity (Considered as sufficient rigidity) μN : Frictional force

Fig. 7 U-bolt friction and collision model

図 2.4-2 Uボルトによる支持部のモデル化 (参考文献(4)からの抜粋)



(M=240kg, I.=1.5m, δ_V =2mm, dispersion energy estimation equation parameters: δ_H =1.5mm, μ =0.45, k_U =6kN/mm) Fig. 8 Comparison with load displacement curves obtained from dispersion energy estimation

equations and test results

図 2.4-3 履歴特性の実験結果との比較

(参考文献(4)からの抜粋)

支持部における力学モデルを用いた消散エネルギの定式化として、下 式が示されており、実験結果との比較が図 2.4-4 に示されている。

$$i) F \leq \mu N$$

$$\Delta E = 0$$

$$ii) F > \mu N$$

$$\Delta E = 4 \cdot \mu \cdot N \cdot \frac{\delta_H}{2} + 4 \cdot \mu \cdot N \cdot \frac{F - \mu \cdot N}{k_U}$$
(2-7)

μ:動摩擦係数
 δ_H:配管とUボルトの水平方向隙間量(両側の和)
 F:配管支持部での水平方向支持反力
 N:鉛直支持反力
 k_U:Uボルト剛性



Fig. 9 Comparison between dispersion energy obtained from dispersion energy estimation equation and test results

図 2.4-4 消散エネルギの実験結果との比較

(参考文献(4)からの抜粋)

この式を用いて算定された、実際の配管系の減衰比を図 2.4-5 に示す。 この既往研究では、Uボルト支持点の数により、減衰比がどのように分 布しているのかを検討し、結果として 4 個以上のUボルトにより支持さ れる配管系の設計用減衰定数として 2.0%を用いることを提案している。 なお、ここで検討されたように摩擦が主体となる場合には、配管系の応 答変位が大きくなるに従い等価減衰比は小さくなる。

式 2-8 に示す等価減衰比の式では、分母の振動エネルギ E が振動応答変位 2 乗に比例して大きくなるのに対し、摩擦により消散されるエネル ギは応答変位の 1 乗に比例する。従って、これらの比率となる等価減衰 比は応答変位に反比例することとなる。

$$\zeta_{eq} = \frac{\Delta E}{4 \cdot \pi \cdot E} = \frac{\Delta E}{4 \cdot \pi \cdot \left(\frac{1}{2} \cdot K \cdot X^2\right)}$$
(2-8)

K : モード剛性

X: 応答変位







図 2.4-5 消散エネルギの実験結果との比較 (参考文献(4)からの抜粋)

2.5 結 言

本章では、配管系の弾性域の減衰比として、現行の耐震設計用減衰比、 これを定める基となった実機配管系での減衰比計測値及び等価線形化 法を用いた配管系の減衰比算定方法に関する調査結果をまとめた。

実機配管系の減衰比では、国内の火力発電所および原子力発電所の配 管系、米国の原子力発電所における配管系の減衰比計測値を例として挙 げた。これらによると、配管系の減衰比は数%以下のものから数 10% に達するものまでが存在し、ばらつきの大きいものであることがわかっ た。また、これらの計測値の傾向として、振動数と共に、減衰比が小さ くなる傾向にあることも確認された。さらに、米国の設計基準における 減衰比では、この振動数低下に伴う減衰比の減少が考慮されていること もわかった。

国内での配管系の耐震設計用減衰比に関する研究としては、Uボルト により支持される配管系の支持部での消散エネルギを定式化し、等価減 衰比を算定する研究が行われている。この研究は、実際の配管系の等価 減衰比を算定した結果を、支持具数の違いによりこの等価減衰比を整理 し、新たな設計用減衰比を提案するものであった。配管系の弾性域の減 衰比としては、支持部における減衰効果が主体であると考えられ、その 支持部における摩擦、摺動が支配的であると推察される。

本章で調査した等価線形化法による減衰比算定方法は、以降の章にお ける配管系の弾塑性応答における等価減衰比の定式化の基本的な考え 方となるものである。

2 - 1 3

[第2章の参考文献]

- (1) 長松昭男、内山勝、斉藤忍、鈴木浩平、背戸一登、原文雄、藤田勝久、山川 宏、吉田和夫 編、ダイナミクスハンドブック 運動・振動・制御、朝倉書 店、pp150、「表 4.2.1 各種減衰指標の比較対応」
- (2) 國枝正春著、実用機械振動学、理工学社、pp.84、「4.9 減衰容量 と等価粘性減衰」
- (3)日本電気協会、電気技術指針、原子力編、原子力発電所耐震設計技術指針、JEAG-4601-1991 追補版、pp159~180、「第6章 機器配管系の耐震設計、1.機器・配管系の設計用減衰定数」
- (4) H. Shibata, et al., "A Damping Characteristics of Piping Systems in Nuclear Power Plants," ASME PVP-Vol.73, 1983, pp151-178
- (5)日本機械学会、RC187 ダンピング技術の統合化に関する調査研究分
 科会、研究報告書(I)、(Ⅱ)、2003 年 6 月 6 日発行、pp151~173、
 「5-1 構造物の減衰値 -実測と設計値-」
- (6) Kei KOBAYASHI et al., Improvement of the Damping Constants for Seismic Design of Piping System for NPP, Proceedings of 10th International Conference on Nuclear Engineering.
- (7) American Society of Mechanical Engineers, 1986, Boiler and Pressure Vessel Code, Code Cases, Nuclear Components, Case N-411, Alternative Damping Values for Response Spectra Analysis of Class 1, 2, and 3 Piping.
- (8) A. G. Ware, The history of Allowable Damping Values for U.S. Nuclear Plant Piping, Transactions of the ASME, Journal of Pressure Vessel Technology 25th Anniversary Issue, pp. 284-290

第3章 配管要素の弾塑性変形特性

3.1 緒 言

配管系を構成する直管、エルボ、ティ、レジューサなどの管継手は、配管系に おいて形状及び機械的特性の不連続部であることから、地震応答により局部的に 応力が集中する。そのため、このような管継手では、設計において直管部分より 大きな応力係数が用いられ強度評価が行われている。配管系の中で、比較的塑性 変形が生じやすいと考えられるのも、このような管継手部分である。

管継手の中で、一般に多く用いられているものの一つとしてエルボが挙げられ る。エルボの強度は配管系の健全性を左右する可能性が高く、多くの研究が行わ れ解析方法、設計基準に反映されている^{(1),(2)}。本研究においてもこのエルボを取 り上げ、機械的な特性である弾塑性変形特性に着目した検討を行うこととした。

配管系は立体的な構造を有するため複数のエルボが配置される。図 3.1-1 に簡 単な配管配置の一例を示す。この図に示すように振動が生じる場合、面内曲げを 受けるエルボと面外曲げを受けるエルボが混在していることがわかる。一般的に 強度上厳しく、より塑性変形が生じやいのは面内曲げと言われている。

本研究では、エルボの面内曲げによる弾塑性変形特性について検討を行った。



図 3.1-1 配管配置の一例

3.2 エルボ弾塑性変形特性のシミュレーション

3.2.1 シミュレーションの目的

配管系の中の塑性変形を生じやすい管継手としてエルボを取り上げ、塑性変形 を生じる場合の機械的特性の変化、すなわち剛性及び消散エネルギ(履歴エネル ギ吸収)の把握を目的として、FEMを用いたシミュレーションを行った。

塑性変形を生じやすい管継手の機械的特性を把握することは、配管系における 振動特性及び減衰特性を把握する上で重要である。管継手の一つであるエルボが 塑性変形を生じる場合の荷重変位特性には、塑性変形に伴うヒステリシスが現れ る。本研究では、塑性変形を生じるエルボの剛性及び減衰特性を、変形量に依存 する等価剛性及び消散エネルギとして取り扱った。なお、本章で検討されるエル ボの消散エネルギは、次章における弾塑性振動応答解析において、塑性変形を伴 う配管系の減衰特性の定式化に用いられる。

3.2.2 シミュレーション方法

(1) シミュレーション対象

構造、製造方法で分類すると、エルボには大きく分けて以下の3種類がある。

•	差込式エルボ(鋳造品)	:	小口径
•	突合せ溶接式エルボ(引抜成形品)	:	中口径
•	突合せ溶接式エルボ(鋼板溶接組立成形品)	:	大口径

本研究では、原子力発電プラントの配管系に多く用いられている配管用鋼製 突合せ溶接式継手 90° エルボ⁽³⁾を対象に検討を行うこととする。この種のエ ルボの標準形状を表 3.2-1 にまとめて示す。

ρ	乎び寸え	Ł		公称寸	法 1)		形状特性值 ²⁾					
	径	肉厚	外径	肉厚	曲げ	半径	12					
A	В	Sah	D	t	R (I	mm)	D/+	R/	Ό			
mm	inch	SCH	(mm)	(mm)	ロング	ショート	D/ C	ロング	ショート			
		40	114.3	6.0	152. 4	101.6	19.1	1. 33	0. 89			
100	A	80	114.3	8.6	152. 4	101.6	13.3	1.33	0. 89			
100	T	120	114. 3	11.1	152. 4	101.6	10.3	1. 33	0. 89			
		160	114.3	13. 5	152. 4	101.6	8.5	1. 33	0. 89			
125	5	40	139.8	6.6	190. 5	127.0	21.2	1.36	0. 91			
120	J	80	139.8	9.5	190. 5	127.0	14. 7	1.36	0. 91			
		40	165.2	7.1	228.6	152. 4	23. 3	1. 38	0. 92			
150	6	80	165.2	11.0	228.6	152.4	15.0	1. 38	0. 92			
150	0	120	165.2	14. 3	228. 6	152.4	11.6	1.38	0. 92			
		160	165.2	18. 2	228.6	152. 4	9.1	1. 38	0. 92			
		40	216. 3	8.2	304. 8	203. 2	26. 4	1.41	0. 94			
200	0	80	216.3	12. 7	304. 8	203. 2	17.0	1. 41	0. 94			
200	o	100	216.3	15. 1	304. 8	203. 2	14. 3	1.41	0. 94			
		120	216. 3	18. 2	304. 8	203. 2	11.9	1.41	0. 94			
		40	267.4	9.3	381.0	254. 0	28. 8	1. 42	0.95			
050	10	80	267.4	15. 1	381.0	254. 0	17. 7	1. 42	0.95			
250	10	100	267.4	18.2	381.0	254. 0	14. 7	1. 42	0.95			
		120	267.4	21.4	381.0	254. 0	12. 5	1. 42	0.95			
<u> </u>		40	318.5	10. 3	457. 2	304.8	30. 9	1.44	0.96			
0.00	10	80	318.5	17.4	457.2	304.8	18.3	1.44	0.96			
300	IZ	100	318.5	21.4	457.2	304.8	14. 9	1.44	0.96			
		120	318.5	25.4	457.2	304.8	12.5	1. 44	0.96			
		40	355.6	11.1	533. 4	355.6	32.0	1.50	1.00			
050	1	80	355.6	19.0	533.4	355.6	18.7	1.50	1.00			
350	14	100	355.6	23.8	533.4	355.6	14.9	1.50	1.00			
		120	355.6	27.8	533. 4	355.6	12.8	1.50	1.00			
		80	406.4	21.4	609.6	406.4	19.0	1.50	1.00			
400	16	100	406.4	26. 2	609.6	406.4	15.5	1.50	1.00			
		120	406.4	30. 9	609.6	406.4	13.2	1.50	1.00			
-		80	457.2	23.8	685.8	457.2	19.2	1.50	1.00			
450	18	100	457.2	29.4	685.8	457.2	15.6	1.50	1.00			
		120	457. 2	34. 9	685. 8	457.2	13.1	1.50	1.00			

表 3.2-1 配管用鋼製突合せ溶接式継手 90°エルボ(引抜成形品)の標準形状

1) 図 3.2-1 参照

2) 太字は各特性値の最大値及び最小値を示す。
本研究ではエルボの標準品の中で中間的な 200A の口径エルボを主として解析 を行い、エルボの形状特性値 D/t 及び R/D の最大値及び最小値が包絡されるよ う図 3.2-1 に示す口径 D、肉厚 t、曲げ半径 R をパラメータとして解析対象のエ ルボを選定することとした。



図 3.2-1 エルボ形状の記号

(2) シミュレーションケース

シミュレーションにおいて以下のパラメータを考慮した。これらのパラメータは、エルボにおける機械的特性に影響を及ぼすと考えられるものである。

配管口径及び肉厚

配管用鋼製突合せ溶接式継手 90°エルボ(引抜成形品)の標準品におけ る形状として、口径 100A~400A 及び肉厚 Sch40~160 を模擬する。なお、標 準品の外径と肉厚の比率 D/t における最大値及び最小値となるエルボを選定 する。 ② エルボ曲げ半径 (ロングエルボ又はショートエルボ)

エルボの形状として曲げ半径 R の大きいロングエルボと、R の小さいショ ートエルボを選定する。表 3.2-1 に示すように 350A 以上の口径では、曲げ半 径と外径の比率 R/D は、ロングエルボで 1.5、ショートエルボで 1.0 である。 350A より小さい口径では、これらの比率よりも若干小さくなる。

③ 内圧

配管系の設計基準では、管の内圧により生じる周方向応力が設計応力強さ S_m値*以内となるように規定されている。実際の設計では、この周方向が 0.5S_m 程度の値になるように設計されることが多いことから、内圧による周方向応 力が 0.5S_m レベルとなるような内圧を主としてシミュレーションを行うこと とする。

また、代表形状のエルボにおいて内圧が低いケースとして周方向応力が 0.055mとなる場合、高いケースとして 1.05mとなる条件を選定しシミュレーションを行う。

> * 設計応力強さ S_aは設計基準において、降伏応力 σ_y の 2/3 と、引 張り強さ σ_y の 1/3 のいずれか小さい値として規定されている。

④ 降伏応力

塑性変形を生じるエルボの履歴特性は、降伏応力の大小によって異なると 考えられる。この履歴特性の違いは等価剛性及びエネルギ消散量に影響を及 ぼすことから、代表形状のエルボに対して4種類の降伏応力を考慮した場合 のシミュレーションを行う。材料試験で得られた降伏応力と設計基準におけ る値を参考に降伏応力を選定する。

以上のパラメータを考慮し選定されたシミュレーションケースを表 3.2-2 に まとめて示す。

No.	エルボ種類	外径	肉厚	曲げ 半径	内圧	降伏 応力	D/t	ם/ח	Sm N/mm²	内圧 応力
		Dmm	t	R	P MPa	σ_y N/mm ²		K/U		σp ∗Sm
1	100A Sch80 ロング	114. 3	8.6	152. 4	12.6	346	13. 3	1. 33	168	0. 50
2	200A Sch80 ロング	216. 3	12. 7	304. 8	9.9	346	17.0	1. 41	168	0. 50
3	300A Sch80 ロング	318. 5	17. 4	457. 2	9.2	346	18.3	1.44	168	0. 50
4	400A Sch80 ロング	406. 4	21. 4	609.6	8.8	346	19.0	1. 50	168	0. 50
5	200A Sch40 ロング	216. 3	8. 2	304. 8	6.4	346	26. 4	1. 41	168	0. 50
6	200A Sch100 ロング	216. 3	15. 1	304. 8	11.7	346	14.3	1. 41	168	0. 50
7	200A Sch120 ロング	216. 3	18. 2	304. 8	14. 1	346	11.9	1. 41	168	0. 50
8	100A Sch80 ショート	114. 3	8.6	101.6	12. 6	346	13. 4	0. 89	168	0. 50
9	200A Sch80 ショート	216. 3	12.7	203. 2	9.9	346	17.0	0. 94	168	0. 50
10	400A Sch80 ショート	406. 4	21. 4	406. 4	8.8	346	19.0	1.00	168	0. 50
11	200A Sch80 ロング	216. 3	12.7	304. 8	1.0	346	17.0	1. 41	168	0. 05
12	200A Sch80 ロング	216.3	12.7	304. 8	19.7	346	17.0	1.41	168	1.00
13	200A Sch80 ロング	216.3	12.7	304. 8	5.9	150	17.0	1.41	100	0. 50
14	200A Sch80 ロング	216. 3	12.7	304. 8	7.3	215	17.0	1.41	125	0. 50
15	100A Sch160 ロング	114.3	13.5	152.4	19.8	346	8.5	1.33	168	0. 50
16	350A Sch40 ロング	355. 6	11.1	533. 4	5.2	346	32. 0	1.50	168	0. 50
17	200A Sch80 ロング	216. 3	12. 7	304. 8	9.4	275	17.0	1.41	160	0. 50
18	400A Sch80 ロング	406. 4	21.4	609. 6	5.3	150	19.0	1.50	100	0.50
19	400A Sch80 ロング	406. 4	21.4	609.6	6.6	215	19.0	1.50	125	0. 50
20	100A Sch160 ロング	114. 3	13. 5	152. 4	11.8	150	8.5	1.33	100	0. 50
21	350A Sch40 ロング	355. 6	11.1	533. 4	3.1	150	32. 0	1.50	100	0. 50

表 3.2-2 シミュレーションケース

* 太字はシミュレーションにおいて着目するパラメータを示す。

(3) 解析コード

シミュレーションでは汎用の有限要素法解析プログラム ABAQUS Ver.5.8 を用いた。

(4) シミュレーションモデル

シミュレーションモデルを図 3.2-2 に示す。

前項のシミュレーションケースに挙げられた全てのエルボについて、周方向に 7.5°ピッチ(360°を48分割)、管軸方向に3.5°ピッチ(90°を24分割)に 要素分割し、シェル要素を用いたモデルを作成した。使用した要素は、前項の解 析コードにおけるシェル要素 S4 及び S3 を用いた。

このモデルではエルボの両端に直管が設けられ、その直管の先端に強制変位を 入力することにより、面内曲げを負荷した。エルボ端部の直管の長さは、管の外 径Dの4倍とし、その端部には剛な閉止板を設け、この閉止板の中心部に強制変 位を入力する点を設けた。なお、シミュレーションを行ったモデルでは、対称条 件を考慮し、直管-エルボー直管の全体構造の1/4部分をモデル化している。



図 3.2-2 シミュレーションモデル

(5) 材料特性

単調引張試験結果に基づくバイリニア近似曲線を、シミュレーションケース の中での主たる応力ひずみ関係とした。また、降伏応力の違いによる履歴特性 の違いを把握するために、バイリニア近似曲線の2 次勾配は単調引張試験より 設定した値とし、降伏応力のみを変化させた応力ひずみ関係を用いた。降伏応 力としては炭素鋼管の設計基準の値を用いた。

シミュレーションにおける応力ひずみ関係を設定するために用いた材料試験 結果は、100A Sch120 ロングエルボ (PT370)より図 3.2-3 に示す試験片を採取 し実施された単調引張り試験によるものである。試験で得られた公称応力-公称 ひずみ線図を図 3.2-4 に示す。FEM による解析では、真応力と真ひずみの関係を 入力条件とする必要があり⁽⁴⁾、公称応力-公称ひずみのデータを下式で換算し、 真応力-真ひずみのデータとした。

$$\varepsilon_{true} = \ln(1 + \varepsilon_{nom}) \tag{3-1}$$

$$\sigma_{true} = \sigma_{nom} \cdot (1 + \varepsilon_{nom}) \tag{3-2}$$

€ _{nom}	:	公称ひずみ
$arepsilon_{true}$:	真ひずみ
σ_{nom}	• :	公称応力
σ_{true}	:	真応力

上式で計算された真応カー真ひずみデータの内、10~18%のデータを基にバ イリニア近似曲線の2次勾配を定めた。図3.2-5 に単調引張試験結果より設定 したバイリニア近似曲線を示す。また、設計基準値の降伏応力に基づき設定し たバイリニア近似曲線を図3.2-6 に示す。硬化則としては、繰り返し負荷を受 ける場合の弾塑性挙動を再現できると言われている移動硬化則を用いた。

3 - 8







図 3.2-4 単調引張試験 公称応カー公称ひずみ線図



図 3.2-5 単調引張試験結果に基づくバイリニア近似曲線



図 3.2-6 降伏応力(設計基準値)をパラメータとしたバイリニア近似曲線

前述のように単調引張試験結果よりバイリニア近似曲線の応力ひずみ関係を 求め、FEM でのエルボ弾塑性解析に適用する方法については、参考文献(3)にお いて実験結果との比較が示されている。この文献では、シミュレーションで求 められた履歴特性が、実験結果の履歴特性と良く一致することが確認されてい る。図 3.2-7~3.2-9 に参考文献(5)における解析モデル及び荷重変位曲線に関 する解析結果と実験結果の比較を示す。バイリニア近似曲線における 2 次勾配 の影響については、2 次勾配を極端に大きく設定しない限り荷重変位曲線に有意 な違いを生じないことが示されている。図 3.2-10 及び図 3.2-11 に参考文献(5) での応カーひずみバイリニア近似曲線の 2 次勾配の影響解析に用いられた材料 特性と、その結果として求められた荷重変位曲線を示す。



図 3.2-7 減肉エルボ弾塑性解析モデル(参考文献(5)からの抜粋)





* エルボ側部から軸方向に採取した試験片での単調引張試験

図 4.3-3 (1/3) 解析に用いた応力ひずみ近似曲線(減肉エルボ(常温))

図 3.2-8 応カーひずみバイリニア近似曲線(参考文献(5)からの抜粋)

3 - 1 2



(b) 41 サイクル目

図4.34 減肉エルボの荷重変位曲線の解析と試験結果の比較 (部分減肉1、負荷レベル①、解析ケース No. SE-1-A-1, 3~5)

図 3.2-9 (1/2) 荷重変位曲線の実験と解析の比較(参考文献(5)からの抜粋)



(a) 初期2サイクル



(b) 41 サイクル目

図 4 3-7 減肉エルボの荷重変位曲線の解析と試験結果の比較 (部分減肉 1、負荷レベル②、解析ケース No. SE-4-A-1~6)

図 3.2-9 (2/2) 荷重変位曲線の実験と解析の比較(参考文献(5)からの抜粋)



図 3.2-10 2次勾配の影響検討に用いられた材料特性(参考文献(5)からの抜粋)



図 3.2-11 2 次勾配の荷重変位曲線への影響(参考文献(5)からの抜粋)

(6) 入力条件

パラメータとなっている内圧をモデルのシェル要素内面への分布荷重として 負荷する。シミュレーションモデルにおける強制変位入力点に対して図 3.2-12 に示す強制変位を静的に負荷した。なお、シミュレーションモデルでは対称条 件を用いて管軸方向の半分の部分をモデル化しているものであるから、実際の シミュレーションでは、図 3.2-12の振幅の半分の負荷を行っている。



* シミュレーションモデルでは対称条件を考慮しモデル化されてい るため、この図の半分の振幅レベルを負荷している。

図 3.2-12 強制変位振幅の履歴

3.2.3 シミュレーション結果

(1) 荷重変位曲線

シミュレーションモデルにおける入力変位及び入力点での支持反力を基に、 下式を用いて曲げ角度変位量とモーメントへの換算を行った。

$$\theta = \frac{1}{2} \cdot \left\{ \pi - 4 \cdot \sin^{-1} \left(\frac{\sqrt{2} \cdot L - \delta}{2 \cdot L} \right) \right\}$$
(3-3)
$$M = F \cdot L \cdot \cos \left(\frac{\pi}{4} - \frac{\theta}{2} \right)$$
(3-4)

図 3.2-8 はエルボでのモーメントと曲げ角度の考え方を示している。エルボに おける面内曲げの荷重変位(F-δ)関係より、モーメントと曲げ角度変位量(Mθ) への換算は、エルボの履歴特性を一般化して表すためのものである。



図 3.2-8 エルボでのモーメント及び角度変形 0の考え方

シミュレーション結果を換算し求められたモーメントー角度変位量の履歴曲 線を図 3.2-9~29 に示す。これらの図において、モーメント及び角度変位の正の 方向は、エルボが閉じる方向の変位と反力としている。

これらの図に示すように、エルボの口径、肉厚、エルボ曲げ半径、内圧、降伏 応力の違いにより履歴曲線の形状が変化していることが分かる。口径及び肉厚が 大きくなると、履歴曲線の縦軸方向の大きさが増加し、曲げ半径の小さいショー とエルボの場合及び内圧が小さくなる場合には、履歴曲線の上部の傾きが平らに なる傾向にある。さらに、降伏応力の違いは履歴曲線に及ぼす影響が大きく、降 伏応力が小さい条件では履歴曲線の高さが低くなることが確認された。





図 3.2-9 Case 1 M-θ曲線

図 3.2-10 Case 2 M-θ曲線

400A Sch80 ロング



 $\sigma_{p} = 0.5 \text{ Sm}$ $\sigma_v = 346 \text{ N/mm}^2$ M (kN-m) 0 -1600 0.20 -0.20 0.00 θ (rad)

1600

図 3.2-11 Case 3 M-θ曲線

図 3.2-12 Case 4 M-θ曲線





400





200A Sch100 ロング

 $\sigma_p = 0.5 \text{ Sm}$

 $\sigma_v = 346 \text{ N/mm}^2$





図 3.2-16

Case 8 M-θ曲線











図 3.2-20 Case12 M-θ曲線























1976 ABARAN 1 1985 ABARAN 1 1994 15 (2) 等価剛性及び消散エネルギ

前項に示した各エルボでの履歴曲線より、図 3.2-30 及び図 3.2-31 に示すよ うに等価剛性及び消散エネルギを求めた。これらの図に示すように、エルボの 等価剛性は角度変位量の最大値及び最小値発生点を結ぶ直線の傾きとして、消 散エネルギは各角度変位レベルにおける履歴曲線1サイクルの内部面積として 定義した。

計算された等価剛性及び消散エネルギを図 3.2-32~50 に示す。これらの図か ら、エルボの塑性変形が進むにつれて、等価剛性は漸近的に低下し、消散エネ ルギは直線的に増加する傾向が確認された。また、口径、肉厚、降伏応力が小 さいほど、等価剛性及び消散エネルギが小さくなる傾向が確認された。例えば、 図 3.2-32~35 では口径の違いによる等価剛性及び消散エネルギの違いが現れて おり、図 3.2-33、36~38 では肉厚の違い、図 3.2-33、44、45、48 では降伏応 力の違いによる等価剛性及び消散エネルギの違いを確認することができる。

θ の最大及び最小点を	1 サイクルのループの内
結んだ直線の傾きを等	部面積が消散エネルギ
価剛性とする。	を意味する。
シミュレーションで得られ	シミュレーションで得られ
たM-θ ループ	たMー θ ループ

図 3.2-30 等価剛性の算定方法

図 3.2-31 消散エネルギの算定方法



図 3.2-32 Case 1 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-33 Case 2 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-34 Case 3 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-35 Case 4 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-36 Case 5 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-37 Case 6 等価剛性と消散エネルギ

3 - 2 8



図 3.2-38 Case 7 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-39 Case 8 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-40 Case 9 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-41 Case10 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-42 Case11 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-43 Case12 等価剛性と消散エネルギ

3 - 3 1



図 3.2-44 Case13 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-45 Case14 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-46 Case15 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-47 Case16 等価剛性と消散エネルギ

3 - 3 3



図 3.2-48 Case17 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-49 Case18 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-50 Case19 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-51 Case20 等価剛性と消散エネルギ



図 3.2-52 Case21 等価剛性と消散エネルギ

3.3 エルボ弾塑性変形特性の評価

3.3.1 エルボ弾塑性変形特性の評価方法

前項 3.2 に示したシミュレーション結果を基に、塑性変形を生じるエルボの等 価剛性及び消散エネルギを定式化することを目的とし本項の検討を行った。

前項に示した消散エネルギΔE と角度変位量θの関係は、塑性変形が大きくな ると直線的に増加する傾向があることが確認された。摩擦を有する系では、消散 エネルギが変位量と共に直線的に増加するという特徴があり、エルボでの消散エ ネルギの増加傾向と良く似ている。そこで、本研究におけるエルボの弾塑性特性 の定式化では、図 3.3-1 及び図 3.3-2 に示す摩擦モデルによる近似を試みた。

図 3.3-2 に示された摩擦モデルの履歴特性より、等価剛性及び消散エネルギを 次の式で計算することができる。

$$\begin{cases} K_{eq} = K_{EL} & (X \le X_y) \\ K_{eq} = K_{EL} \cdot \frac{X_y}{X} & (X > X_y) \end{cases}$$

$$(AE = 0 & (X \le X_y) \end{cases}$$
(3-5)

$$\begin{cases} \Delta E = 0 & (X = X_y) \\ \Delta E = 4 \cdot K_{EL} \cdot X_y^2 \cdot \left(\frac{X}{X_y} - 1\right) & (X > X_y) \end{cases}$$
(3-6)

K_{EL}:降伏前の剛性(初期剛性)

Kea: 等価剛性

X: 変位振幅

X_v: 降伏を生じ始める変位振幅

上式は並進変位と荷重に対する式であるが、次式のようにモーメントと角度変 位の関係に置き換えることができる。

$$\begin{cases} K_{\theta eq} = K_{\theta EL} & \left(\theta \le \theta_{y}\right) \\ K_{\theta eq} = K_{\theta EL} \cdot \frac{\theta_{y}}{\theta} & \left(\theta > \theta_{y}\right) \end{cases}$$
(3-8)

 $\begin{cases} \Delta E = 0 & \left(\theta \le \theta_{y}\right) \\ \Delta E = 4 \cdot K_{\theta EL} \cdot \theta_{y}^{2} \cdot \left(\frac{\theta}{\theta_{y}} - 1\right) & \left(\theta > \theta_{y}\right) \end{cases}$ (3-9)

これらの式を基にシミュレーションにより得られた等価剛性及び消散エネルギの整理を行い、エルボにおける弾塑性変形特性の評価を行った。



図 3.3-1 初期剛性を有する摩擦モデル



図 3.3-2 摩擦モデルの履歴特性
3.3.2 等価剛性及び消散エネルギの近似

前項に示した近似式により、まず、シミュレーションにより求められた消散エ ネルギの整理を行った。

摩擦モデルと仮定した場合の降伏が生じ始める角度変位 θ_y を図 3.3-3 に示す ようにシミュレーション結果を直線近似することにより求めた。弾性域の線形剛 性 K_{EL} については、シミュレーションにおける振幅レベルの小さい領域のデータを 基に、図 3.3-4 に例として示すようにシミュレーションケース毎の $K_{\theta EL}$ を求めた。

全てのシミュレーション結果から求めた K_{θ EL} 及び θ_y を表 3.3-1 にまとめて示 す。これらの値を用いて以下に示す式によって正規化を行った。これらの式は、 $\theta/\theta_y = \mu_{app}$ と置き、式 3-8 及び式 3-9 を変形したものである。

$$\mu_{app} = \frac{\theta}{\theta_{y}} \tag{3-10}$$

$$\begin{cases} \frac{K_{\theta eq}}{K_{\theta EL}} = 1 & \left(\mu_{app} \leq 1\right) \\ \frac{K_{\theta eq}}{K_{\theta EL}} = \frac{1}{\mu_{app}} & \left(\mu_{app} > 1\right) \end{cases}$$
(3-11)

$$\begin{cases} \Delta E = 0 & (\mu_{app} \le 1) \\ \frac{\Delta E}{4 \cdot K_{\theta EL} \cdot \theta_y^2} = \mu_{app} - 1 & (\mu_{app} > 1) \end{cases}$$
(3-12)

なお、ここでのμ_{app}は塑性率に相当する値であるが、摩擦モデルによる近似に おいて定めた値であり、実際のエルボにおける塑性開始はμ_{app}=1.0より小さい値 で生じていることに注意する必要がある。

正規化された等価剛性及び消散エネルギを図 3.3-5 及び図 3.3-6 に示す。これ らの図に示すように、等価剛性 K_{θ eq}については、ばらつきはあるものの摩擦モデ ルによる近似でその傾向が再現できることがわかった。消散エネルギについては、 摩擦モデルによる近似曲線が、全てのシミュレーション結果を上回る結果となっ

た。これはエルボの塑性変形に伴う履歴曲線と摩擦モデルでの履歴曲線の違いに よるものである。エルボの履歴曲線では面内曲げの閉側と開側で非対称性となる。 そのため摩擦モデルの履歴曲線の内部面積よりも小さくなると考えられる。なお、 エルボの面内曲げにおいて閉側と開側で非対称の履歴特性となるのは、エルボに おける断面変形の影響によるものである。閉側では、エルボの断面が曲げ剛性が 低下する方向へ楕円化し、開側では曲げ剛性が増加する方向へ楕円化する。その ため塑性変形が生じ易いのは閉側の曲げとなる。

消散エネルギをより精度よく近似するために下式の補正を行った。

$$\begin{cases} \Delta E = 0 & \left(\mu_{app} \le 1\right) \\ \frac{\Delta E}{4 \cdot K_{\theta EL} \cdot \theta_{y}^{2}} \cdot \frac{1}{\alpha} = \mu_{app} - 1 & \left(\mu_{app} > 1\right) \end{cases}$$
(3-13)

α: 消散エネルギ補正係数

この補正係数は、 θ_y を近似する際の角度変位振幅 θ に対する消散エネルギ ΔE の傾き(図 3.3-3における勾配 a)より計算することができる。表 3.3-1にこの補正係数 α を示す。なお、この係数 α は、摩擦モデルの消散エネルギからの欠損率として捉えることもできる。補正係数を用い正規化された消散エネルギを図 3.3-7に示す。

以上のように種々の口径、肉厚、曲げ半径、内圧条件、降伏応力条件のエルボ の弾塑性特性を、弾性域の剛性 K_{θ EL}、塑性変形を開始する角度変位振幅 θ_y、消散 エネルギに対する補正係数 α の 3 つの係数を用いて正規化することで、統一され た特性として捉えることが可能となった。

No. エ		外径	肉厚	曲げ 半径	内圧 応力	降伏 応力	K _{øel}	θ,	消散 エネルギ
	エルホ種類	D mm	t mm	R mm	σp ∗Sm	σ_y N/mm²	kN-m ∕rad	rad	補正係数 α
1	100A Sch80 ロング	114. 3	8.6	152.4	0. 50	346	1246	0. 0237	0. 843
2	200A Sch80 ロング	216. 3	12. 7	304. 8	0. 50	346	5784	0. 0256	0. 804
3	300A Sch80 ロング	318. 5	17.4	457. 2	0. 50	346	16491	0. 0266	0. 788
4	400A Sch80 ロング	406. 4	21.4	609. 6	0. 50	346	32754	0. 0269	0. 781
5	200A Sch40 ロング	216. 3	8. 2	304. 8	0. 50	346	2768	0. 0290	0. 726
6	200A Sch100 ロング	216. 3	15. 1	304. 8	0. 50	346	7659	0.0239	0. 844
7	200A Sch120 ロング	216. 3	18. 2	304. 8	0. 50	346	10188	0. 0234	0. 861
8	100A Sch80 ショート	114. 3	8.6	101.6	0. 50	346	1121	0.0236	0. 791
9	200A Sch80 ショート	216. 3	12. 7	203. 2	0. 50	346	5784	0.0256	0. 754
10	400A Sch80 ショート	406. 4	21.4	406. 4	0.50	346	29154	0.0263	0. 738
11	200A Sch80 ロング	216. 3	12.7	304.8	0. 05	346	5622	0.0267	0. 821
12	200A Sch80 ロング	216. 3	12.7	304. 8	1.00	346	6001	0.0266	0. 771
13	200A Sch80 ロング	216. 3	12.7	304. 8	0. 50	150	5739	0. 0130	0. 778
14	200A Sch80 ロング	216. 3	12.7	304. 8	0. 50	215	5757	0. 0170	0. 811
15	100A Sch160 ロング	114. 3	13.5	152. 4	0. 50	346	2331	0. 0220	0. 910
16	350A Sch40 ロング	355.6	11.1	533. 4	0. 50	346	9294	0. 0324	0. 659
17	200A Sch80 ロング	216. 3	12.7	304. 8	0. 50	275	5811	0. 0214	0. 793
18	400A Sch80 ロング	406. 4	21.4	609. 6	0. 50	150	32422	0.0137	0. 770
19	400A Sch80 ロング	406.4	21.4	609.6	0. 50	215	32630	0. 0176	0. 805
20	100A Sch160 ロング	114.3	8. 6	152. 4	0. 50	150	2326	0.0100	0. 896
21	350A Sch40 ロング	355.6	11.1	533.4	0.50	150	8770	0. 0193	0. 644

表 3.3-1 エルボ弾塑性変形における消散エネルギの摩擦モデルによる近似結果

3 - 4 2



図 3.3-3 θ_yの近似例







図 3.3-5 正規化された等価剛性



図 3.3-6 正規化された消散エネルギ



図 3.3-7 正規化された消散エネルギの補正

3.3.3 近似式における係数のパラメータによる影響

前項 3.3.2 において、エルボ面内曲げの弾性域の剛性 K_{EL}、塑性開始角度変位振 幅 θ_y及び消散エネルギを近似する上での補正係数 α が、シミュレーション結果を 基に求められた。これらの値は、シミュレーションを行った条件では利用可能で ある。他の条件における係数については、別途シミュレーションを行えば求める ことができるが、本研究でのシミュレーション条件におけるパラメータの傾向を 分析し、一般化することを試みた。

様々な形状、内圧、材料特性を有するエルボの履歴特性を予測することができ ることとなる。本項では、シミュレーションで求められた近似係数とパラメータ の関係を定式化することで、エルボ履歴特性の一般化を試みた。

(1) 弾性域の剛性 K_{θ EL}

曲がり管の応力と剛性に関する研究は多く行われている。参考文献(7)では 124 編の文献が引用され研究の歴史が示されている。1911 年に発表された Th. von Karman 氏の曲がり管の応力とフレキシビリティファクタに関する研究もそ のひとつである。このような多くの研究成果を設計基準に反映されたものが参 考文献(1)であり、エルボの曲げ剛性に対して以下の関係が示されている。

$M \propto rac{E \cdot I}{R \cdot \kappa} \cdot heta$		(3-14)
$\kappa = \frac{1.65}{h} \cdot \frac{1}{1 + \frac{P \cdot r}{t \cdot E} \cdot X_k}$		(3-15)

$$h = \frac{t \cdot R}{r^2}$$

$$X_k = 6 \cdot \left(\frac{r}{t}\right)^{\frac{4}{3}} \cdot \left(\frac{R}{r}\right)^{\frac{1}{3}}$$

$$(3-16)$$

$$(3-17)$$

3 - 4 6

- κ : フレキシビリティファクタ
- *E* : ヤング率
- I :断面2次モーメント
- P :内圧
- R :エルボ曲げ半径
- r : 管の平均半径
- t : 管の肉厚

これらの関係より弾性域剛性 K_{θLL}は次式で表される。

$$K_{\theta EL} \propto \frac{E \cdot I}{R \cdot \kappa}$$
 (3-18)

シミュレーションにより求められたエルボ面内曲げでの弾性域の剛性 K_{θ EL} と E・I/(R・ κ)の関係を図 3.3-8 に示す。この図に示すとおり、シミュレーション 結果の弾性域の剛性 K_{θ EL} は、E・I/(R・ κ)とほぼ線形関係にあり、式 3-18 により 剛性を近似できることがわかった。図 3.3-9 はこの線形近似式とシミュレーシ ョン結果の比を示したものであるが、この図に示すように、r/t が小さいほどこ の比率は大きくなり、約 40%の差異を有していることがわかった。 弾性域の剛性 K_{θ EL}をより精度良く近似するために次式の補正を行った。

$$K_{\theta EL} \propto \frac{E \cdot I}{R \cdot \kappa \cdot \psi}$$
(3-19)
$$\psi = 1.99 \cdot \left(\frac{r}{t}\right)^{-0.309}$$
(3-20)

補正結果を図 3.3-10 及び図 3.3-11 に示す。これらの図に示すように、補正 によりシミュレーション結果とより一致する近似式を得ることができた。

$$K_{\theta EL} = 0.890 \cdot \frac{E \cdot I}{R \cdot \kappa \cdot \psi} \tag{3-21}$$



図 3.3-8 弾性域の剛性 K_{et}の近似



図 3.3-9 近似とシミュレーション結果との差異



図 3.3-10 補正された弾性域の剛性 K_{el}の近似



図 3.3-11 補正された近似とシミュレーション結果との差異

3 - 4 9

(2) 塑性変形開始角度変位振幅 θ_{v}

塑性開始角度変位振幅 θ_y と外径肉厚比 r/t の関係を図 3.3-12 及び図 3.3-13 に示す。この図に示すように、同一の降伏応力 σ_y である場合については、r/t に対して線形の近似が可能であると判断した。また、図 3.3-14 及び図 3.3-15 に示す塑性開始角度変位振幅 θ_y と降伏応力の関係においても線形の関係が確認 された。これらの 2 種類の近似関係は、下式で表すことができる。

$$\theta_y = 8.77 \times 10^{-4} \times \left(\frac{r}{t}\right) + 1.86 \times 10^{-2} \quad \left(\sigma_y = 346 \text{ N/mm}^2\right) \quad (3-22)$$

$$\theta_y = 7.89 \times 10^{-4} \times \left(\frac{r}{t}\right) + 6.86 \times 10^{-3} \left(\sigma_y = 150 \text{ N/mm}^2\right) \quad (3-22)$$

$$\theta_{y} = 13.2 \times \frac{\sigma_{y}}{E} + 3.17 \times 10^{-3} \quad (200 \text{ A Sch80 } \square \checkmark \%) \quad (3-23)$$

$$\theta_{y} = 13.8 \times \frac{\sigma_{y}}{E} + 3.33 \times 10^{-3} \quad (400 \text{ A Sch80 } \square \checkmark \%) \quad (3-24)$$

 σ_y : 降伏応力 (N/mm^2) θ_y : 塑性開始角度変位振幅 (rad) E: ヤング率 (N/mm^2) r: 管の平均半径 (mm) t: エルボの肉厚 (mm)

r/t に対する θ_yの勾配は、降伏応力に依存しないものと仮定し、両関係を組み 合わせることにより次の近似式を得た。

$$\theta_{y} = 8.33 \times 10^{-4} \times \left(\frac{r}{t}\right) + 13.5 \times \frac{\sigma_{y}}{E} - 3.78 \times 10^{-3}$$
 (3-25)

本式による近似結果を図 3.3-16 に示す。



図 3.3-12 塑性変形が始まる角度変位振幅heta」 (σ _y=346 N/mm²)



図 3.3-13 塑性変形が始まる角度変位振幅 $heta_y$ (σ_y =150 N/mm²)



図 3.3-14 θ_yと降伏応力σ_yの関係 (200A Sch80 ロングエルボ)



図 3.3-15 θ_y と降伏応力 σ_y の関係(400A Sch80 ロングエルボ)



図 3.3-16 *θ* _yの近似

(3) 消散エネルギ補正式 α

消散エネルギの補正係数αとフレキシビリティファクタκの関係を図 3.3-17 に示す。この図に示すように、ばらつきはあるもののシミュレーションを行っ た各条件の係数はκによる線形の近似が可能であることがわかった。

本研究では、消散エネルギの補正係数 α を下式で近似した。

$$\alpha = -4.02 \times 10^{-2} \times \kappa + 9.74 \times 10^{-1} \tag{3-26}$$

α : 消散エネルギ式の補正係数

κ : フレキシビリティファクタ (式3-15参照)



図 3.3-17 補正係数αとフレキシビリティファクタの関係

3.3.4 エルボ弾塑性特性の一般化された近似式

前項 3.3.2 及び 3.3.3 に示された等価剛性及び消散エネルギ近似式と、定式化 された近似式の係数を用いることにより、繰り返し面内曲げを受けるエルボの等 価剛性及び消散エネルギを、次のように一般化された近似式として表した。

$$\begin{cases} K_{\theta eq} = K_{\theta EL} & (\mu_{app} \le 1) \\ K_{\theta eq} = K_{\theta EL} \cdot \frac{1}{\mu_{app}} & (\mu_{app} > 1) \end{cases}$$
(3-27)

$$\begin{cases} \Delta E = 0 & (\mu_{app} \le 1) \\ \Delta E = 4 \cdot K_{\theta EL} \cdot \theta_y^{-2} \cdot \alpha \cdot (\mu_{app} - 1) & (\mu_{app} > 1) \end{cases}$$
(3-28)

$$\mu_{app} = \frac{\theta}{\theta_{y}} \tag{3-29}$$

 ΔE : 消散エネルギ

 α : 消散エネルギの補正係数

 θ : 角度変位振幅 (rad)

 θ_y : 塑性開始角度変位振幅 (rad)

 $K_{\theta EL}$: 弾性域の剛性

 $K_{\theta eq}$: 等価剛性

$$K_{\theta EL} = 0.447 \cdot \frac{E \cdot I}{R \cdot \kappa} \cdot \left(\frac{r}{t}\right)^{0.309}$$

$$\kappa = \frac{1.65}{h} \cdot \frac{1}{1 + \frac{P \cdot r}{t \cdot E} \cdot X_k}$$

$$h = \frac{t \cdot R}{r^2}$$

$$X_k = 6 \cdot \left(\frac{r}{t}\right)^{\frac{4}{3}} \cdot \left(\frac{R}{r}\right)^{\frac{1}{3}}$$

$$(3-30)$$

$$(3-31)$$

$$(3-32)$$

$$(3-33)$$

- κ : フレキシビリティファクタ
- *E* : ヤング率
- *I* : 断面 2 次モーメント
- P :内圧
- R :エルボ曲げ半径
- r : 管の平均半径
- *t* : 管の肉厚

$$\theta_{y} = 0.000833 \cdot \left(\frac{r}{t}\right) + 13.5 \cdot \frac{\sigma_{y}}{E} - 0.00378$$
(3-34)

 $\sigma_{y} : 降伏応力$

 $E : ヤング率$

 $r : 管の平均半径$

 $t : 管の肉厚$

 $\alpha = -0.0402 \cdot \kappa + 0.974$

(3-35)

上式により近似された等価剛性及び消散エネルギの FEM 解析結果との比較を図 3.3-18 及び図 3.3-19 に示す。







図 3.3-19 消散エネルギムEの近似と FEM によるシミュレーション結果の比較

3.3.5 エルボ弾塑性特性の一般化された近似式の精度

FEM を用いたシミュレーション結果と、前項までに示された近似式によるエルボの弾塑性特性との比較を行い、シミュレーション結果に対する近似式の精度を調べた。

近似された各パラメータのシミュレーション結果からの差異を表 3.3-2 に示す。 また、等価剛性及び消散エネルギの近似結果のシミュレーション結果に対する差 異を図 3.3-20 及び図 3.3-21 に示す。

等価剛性及び消散エネルギの近似は、共に μ_{app} が 1.0 近傍で誤差が大きく、消散エネルギの近似結果については μ_{app} が 2.0 以上で、ほぼ±15%以内の精度で近似でき、等価剛性については μ_{app} が 2.0 以上で、ほぼ±25%以内の精度で近似できることがわかった。

 μ_{app} = 1.0 近傍において誤差が大きくなるのは、エルボでは μ_{app} が 1.0 より小 さい領域で徐々に塑性変形が生じ始めるのに対して、摩擦モデルでは μ_{app} =1.0 に おいて急激に塑性化が開始するためである。これは摩擦モデルによる近似では避 けられない誤差と考えられる。

	エルボ種類	外径	肉厚	曲げ 半径	内圧応力	降伏 応力	К _{өғ} .の	θ "თ	補正係数
No.		D	t	R	σp *Sm	σ_y N/mm ²	誤差	誤差	設差
1	100A Sch80 ロング	114.3	8.6	152. 4	0.50	346	-0.1%	1.3%	-0.6%
2	200A Sch80 ロング	216. 3	12. 7	304. 8	0. 50	346	-3. 7%	0.3%	1.5%
3	300A Sch80 ロング	318. 5	17.4	457. 2	0. 50	346	-2.4%	-1.4%	0. 9%
4	400A Sch80 ロング	406. 4	21.4	609. 6	0. 50	346	-3.5%	-1.4%	2. 1%
5	200A Sch40 ロング	216. 3	8. 2	304. 8	0. 50	346	4.6%	2. 7%	-1.8%
6	200A Sch100 ロング	216. 3	15. 1	304. 8	0. 50	346	-2. 5%	2.6%	-1. 2%
7	200A Sch120 ロング	216. 3	18. 2	304. 8	0. 50	346	-0. 3%	0.3%	-0.1%
8	100A Sch80 ショート	114.3	8. 6	101.6	0. 50	346	10. 5%	2.1%	-2. 8%
9	200A Sch80 ショート	216.3	12. 7	203. 2	0. 50	346	8.4%	2. 2%	-4. 5%
10	400A Sch80 ショート	406. 4	21.4	406. 4	0. 50	346	7.5%	0.9%	-4. 2%
11	200A Sch80 ロング	216.3	12. 7	304. 8	0. 05	346	-4. 2%	-3.6%	-2. 9%
12	200A Sch80 ロング	216.3	12. 7	304. 8	1.00	346	-1. 0%	-3.4%	5.5%
13	200A Sch80 ロング	216.3	12. 7	304. 8	0. 50	150	-3. 6%	-2. 6%	3.1%
14	200A Sch80 ロング	216. 3	12. 7	304. 8	0. 50	215	-3. 2%	0. 2%	-1.0%
15	100A Sch160 ロング	114.3	13. 5	152. 4	0. 50	346	14. 0%	-0. 3%	-1.8%
16	350A Sch40 ロング	355. 6	11.1	533.4	0. 50	346	5.3%	-0. 4%	3. 5%
17	200A Sch80 ロング	216. 3	12. 7	304. 8	0. 50	275	-3. 0%	-2.0%	1.5%
18	400A Sch80 ロング	406. 4	21. 4	609. 6	0. 50	150	-4. 9%	-1.6%	2.9%
19	400A Sch80 ロング	406. 4	21.4	609. 6	0. 50	215	-4. 7%	1.5%	-1.4%
20	100A Sch160 ロング	114.3	8.6	152. 4	0. 50	150	13. 4%	-11.3%	-0. 3%
21	350A Sch40 ロング	355.6	11.1	533. 4	0. 50	150	6. 2%	-0. 1%	3. 5%

表 3.3-2 一般化された近似式の係数のシミュレーション結果に対する誤差



図 3.3-20 消散エネルギの近似式の FEM シミュレーションに対する精度





3.4 結 言

本章では、大きな地震応答が配管系に生じた場合、塑性変形を生じる局所部位 としてエルボを選定し、塑性変形を生じる場合の機械的特性としての等価剛性及 び消散エネルギ(履歴エネルギ吸収)の変化を把握するために、繰り返し面内曲 げが負荷されるエルボについて、FEM によるシミュレーションを実施した。この シミュレーションでは、原子力発電プラントの配管系に多く用いられている配管 用鋼製突合せ溶接式継手 90°エルボ(引抜成形品)を対象に検討を行うことと し、シミュレーションケースを選定する上で、配管口径、肉厚、エルボ曲げ半径、 内圧、降伏応力を考慮した。

シミュレーションで求められた塑性変形を生じるエルボの履歴特性は、各ケー スにより、形状、大きさが異なったものとなった。それぞれの履歴特性において、 各サイクルの最大及び最小角度変位振幅発生点を基に各振幅レベルでの等価剛性 を求めた。また、各サイクルの履歴曲線の内部面積より消散エネルギを求めた。

消散エネルギ ΔE と角度変位振幅 θ の関係は、塑性変形が大きくなると直線的 に増加する傾向があることが確認され、等価剛性については逆に塑性変形の進行 に伴い漸近的に減少する傾向が確認された。これらの傾向を鑑み、エルボの履歴 特性に対して、摩擦モデルによる近似を試みた。近似を行った結果、等価剛性に ついては、ばらつきはあるもののその傾向は良く一致しており、摩擦モデルによ る近似が可能と判断された。消散エネルギは、摩擦モデルによる近似から乖離の あることが確認され、これを補正するための係数を導入した。等価剛性及び消散 エネルギの近似式には、エルボの弾性域の角度変形に対する剛性 K_{$\theta EL} 、摩擦モ$ $デルでの塑性変形開始角度変位振幅 <math>\theta_y$ 及び消散エネルギ補正係数 α の3 種類の 変数が含まれる。これらの変数を一般化された近似式で表した。</sub>

以上の結果より、配管用鋼製突合せ溶接式継手 90° エルボ(引抜成形品)が 繰り返し面内曲げを受ける場合の等価剛性及び消散エネルギを、摩擦モデルをベ ースとした近似式で表すことができ、一般の配管系の弾塑性応答解析に資するエ ルボの弾塑性履歴特性を表現することができた。

3 - 6 1

[第3章の参考文献]

- 2001 ASME BOILER & PRESSURE VESSEL CODE, Section III, Division 1, Subsection NB, Class 1 Components, NB-3600 Piping
- (2) COMPANION GUIDE TO THE BOILER & PRESSURE VESSEL CODE, CHAPTER 38, Everett C. Rodabaugh, "STRESS INTENSIFICATION FACTORS, STRESS INDICES, AND FLEXIBILITY FACTORS"
- (3) JIS ハンドブック 配管 JIS B 2312 配管用鋼製突合せ溶接式継手
- (4) ABAQUS Ver. 5.8 ユーザーズマニュアル
- (5) (財)原子力発電技術機構、平成13年度 原子力発電施設耐震信頼性実証に関する報告書 その3 減肉配管
- (6) (財)原子力発電技術機構 平成12年度 原子力発電施設耐震信頼性実証に 関する報告書 その3 減肉配管
- (7) Markl, A. R. C., "Piping-Flexibility Analysis," Trans. ASME, Vol. 77, 1955

第4章 簡易弾塑性応答解析法

4.1 緒 言

原子力発電プラント配管系の地震応答計算に用いられる耐震設計用減衰定数 (減衰比)は、既往研究⁽¹⁾に基づき配管支持具類及び保温材における減衰効果が 考慮され保守的に設定されている。しかし、設計用限界地震(S₂地震)に対する 配管の許容応力は、配管の塑性変形領域の値となっているが、上記の耐震設計用 減衰定数においては配管の塑性変形に伴う減衰効果は考慮されていない。

塑性変形に伴う効果は、弾性域での材料減衰及び上記のような支持具における 減衰効果よりも大きいと考えられている。配管系に塑性変形が生じるような大き な地震応答を想定し設計がなされる場合、塑性変形に伴う減衰効果が考慮されて いない設計用減衰定数を用いて配管系応答、地震荷重が算定されるため、配管系 の評価は過度に保守的なものになると思われる。

弾塑性応答解析については、古くは 1960 年に建築構造物の地震応答挙動を多質 点のモデルによりシミュレーションした研究⁽²⁾がある。近年、配管系を対象とし た弾塑性応答解析に関する研究が行われており、FEM による詳細解析法に関する 研究⁽³⁾、塑性変形に伴う剛性、減衰効果を等価線形化した解析法の研究⁽⁴⁾が行わ れている。FEM を用いた詳細解析法は、材料非線形を考慮した直接積分法による 振動応答解析であり、モデル化及び非線形の材料特性が適切に考慮されれば、最 も実際の弾塑性応答挙動に近い結果を与えると考えられる。しかし、現時点では、 材料特性設定の確立された方法が無いこと、解析に多くの時間を要することが短 所となっている。等価線形化法による解析は、弾塑性応答の最大応答量を計算す る方法であり、上記の詳細解析よりも短時間で計算できる利点がある。

本研究での簡易弾塑性応答解析法も後者の等価線形化法の一つである。この方 法では、エルボの塑性変形で生じる履歴エネルギ吸収量を等価減衰比として近似 式で表し、また、等価減衰比と振動応答量の関係を近似式で表すことにより、変 位依存型の非線形減衰での最大応答量の計算において必須となる収束計算を、よ り簡便に短時間で行えるようにしたものである。なお、現行の耐震設計では、モ ーダル解析をベースとした応答スペクトル解析が広く用いられており、この解析

により配管系の最大振動応答量が計算され、配管各部の応力計算、評価が行われ ている。本研究の解析法は、最大応答量を計算するという点において、現行の解 析法と同種のものであるが、塑性変形による減衰効果の増大を考慮できる簡易解 析法となっている。

配管要素であるエルボに塑性変形が生じる場合の履歴特性は前章3で検討され、 等価剛性及び消散エネルギ近似式として一般化された。繰り返し面内曲げを受け るエルボの消散エネルギは、エルボの角度変位量に比例して増加することが確認 されている。この特徴は、摩擦モデルにおける減衰特性と同様に、変位依存型、 応答依存型の非線形減衰特性となる。一方、配管系の振動応答は系の減衰特性に 依存する、従って、配管系の弾塑性応答を計算するためには、互いに依存しあう 減衰効果と応答量を収束させて求める必要がある。

ここでは弾塑性振動応答解析法を検討すると共に、防災科学技術研究所におい て実施された配管系加振実験結果との比較を行い、解析法の妥当性を検証するも のである。

4.2 配管系モデル加振実験

防災科学技術研究所の一次元大型振動台を用いた配管系モデル加振実験が、平 成10年度~平成12年度に実施された。この実験では、大きく分けて平面配管系 モデル及び立体配管系モデルの2種類が用いられた。2種類の配管系モデルの構 造を図4.2-1及び図4.2-2に示す。配管系モデルにおけるエルボ部分は、塑性変 形を生じ易くなるよう設計されており、表4.2-1及び表4.2-2に示すように、口 径と曲げ半径は同一であるが、異なる肉厚のエルボが組み込まれた試験体となっ ている。

この加振実験では、配管系モデルの塑性領域までの加振が行われ、塑性変形に よる減衰効果の増大、振動応答低減効果が確認されている。平面配管系モデルで の加振レベルと最大応答変位の関係を図 4.2-3 に示す。また、ランダム波加振で の加振レベルの違いによる伝達関数の違いを図 4.2-4 に示す。なお、この伝達関 数は、アベレージング無しの1フレームでの高速フーリエ変換によるものである。 この配管系モデルの振動応答は非線形の振動応答であることから、フーリエ変換 の前提条件であるエルゴート過程が成立しない。そのため、ここで示す伝達関数 は、減衰比の同定等、定量的に振動特性を把握するために使用できるものではな い。ここでは、弾塑性応答における応答低減効果を定性的に捉えるための参考用 として示す。

本項述べる加振実験結果を、本研究で検討した簡易弾塑性応答解析法の適用性を検討するための比較対象とした。

モデル	エルボ	公称寸法(mm)				
No.	No.	外径 D	曲げ半径 R	肉厚 t		
	EL1	114. 3		8.6		
2D-A01	EL2		152. 4	0.0		
	EL3			11.1		
	EL1	114.3		6.0		
2DC01	EL2		152. 4	8.6		
	EL3			11.1		

表 4.2-1 平面配管系モデルのエルボの仕様

表 4.2-2 立体配管系モデルのエルボの仕様

モデル	エルボ	公称寸法(mm)				
No.	No.	外径 D	曲げ半径 R	肉厚 t		
	EL1					
3D-A01	EL2	114.3	152. 4	8.6		
	EL3		- -			
	EL1			4 5		
3D-C01	EL2	114. 3	152. 4	т. О		
	EL3			8.6		
	EL1	114. 3		4. 5		
3D-C02	EL2		152. 4	8.6		
	EL3]		0.0		





図 4.2-1 平面配管系モデル





図 4.2-2 立体配管系モデル



図 4.2-3 平面配管系モデル加振実験結果 加振レベルと最大応答変位の関係



図 4.2-4 平面配管系モデル加振実験結果 加振レベルによる伝達関数の変化

4.3 簡易弾塑性応答解析法

4.3.1 ランダム振動応答と減衰比の定式化

1 自由度振動系の正弦波入力での線形振動応答と減衰比の関係は、広く一般に 知られている。しかし、ランダム波入力による減衰比と応答量の関係については、 ランダム波の振動特性が文字どおりランダムであることから定式化は困難である。 本研究では、あるランダム波が入力された場合の1自由度振動系の最大応答(応 答スペクトル)の減衰比に対する変化に着目し、ランダム波入力での振動応答と 減衰比の関係を近似式で表すことを試みた。

ランダム波入力による振動系の応答は、入力波により励振された調和振動成分、 過渡応答の自由振動成分及び強制振動成分が混在した応答になっていると考えら れる。また、ランダム波入力の継続時間中における最大応答においても、これら の振動成分が混在しているものと仮定して次の近似式を立案した。

$$X_{\max} = \frac{\alpha_{in}}{\alpha_{0}} \cdot X_{0} \cdot \left(\frac{B_{1}}{\zeta} + B_{2} e^{-B_{3} \cdot \zeta} + B_{4}\right)$$
 (4-1)
 α_{0} : 代表解析での入力レベル
 α_{in} : 入力レベル (入力波の最大加速度)
 ζ : 減衰比
 B_{i} : 最大応答変位に関する近似式の係数
(変位応答スペクトルによる近似)
 X_{\max} : 最大応答変位
 X_{0} : 代表解析での最大応答変位

上式で言う代表解析とは、任意の入力レベル、固有振動数及び減衰比を用いた 1ケースの応答スペクトル解析を指す。ある固有振動数を有する1自由度振動系 において、1点の減衰比での応答量が求められれば、他の減衰比での最大応答量 は、変位応答スペクトルの減衰比に対する曲線と相似形になるとし上式で近似し たものである。

後項に示す配管系加振実験で用いられた2種類のランダム波に対して、上式に よるランダム波入力での1自由度系振動応答の最大値の近似を行った。ランダム 波を図4.3-1及び図4.3-2に示す。また、これらの入力波による1自由度系の振 動応答最大値である応答スペクトルを図4.3-3及び図4.3-4に示す。なお、これ らの図には加速度応答スペクトルと変位応答スペクトルの両方を示している。

各々の入力波が用いられた加振実験での試験体固有振動数の最大応答量と減衰 比を式 4-1 で近似した。近似した結果を、図 4.3-5 及び図 4.3-6 に示す。これら の図に示すように、近似結果は応答スペクトル(1 自由度系の最大振動応答)の 減衰比に対する傾向をほぼ表現できることがわかった。近似式に用いられている 係数を表 4.3-1 及び表 4.3-2 にまとめて示す。なお、これらの係数は振動系の固 有振動数により異なる値を取ることとなる。この表には、配管系モデル加振実験 で用いられた試験体の固有振動数毎に、各係数を示している。

以上の結果より、式 4-1 により、ランダム波応答における減衰比と最大応答値 の関係を近似できることがわかった。 表 4.3-1 ランダム波応答近似式の係数

モデル No.	固有振動数 (Hz)	B 1	B 2	В 3	B 4
2D-A01	3.20	0. 00255	0. 483	12.0	0. 100
2DC01	3.04	0.00119	0. 727	12. 2	0, 123

(平面配管系モデル加振実験用ランダム波)

表 4.3-2 ランダム波応答近似式の係数

(立体配管系モデル加振実験用ランダム波)

モデル No.	固有振動数 (Hz)	B 1	B 2	В 3	B 4
3D-A01	2.74	0. 00274	0. 364	11.3	0, 117
3DC01	2.20	0. 00359	0. 309	9.2	0. 090
3D-C02	2.44	0. 00168	0. 604	15. 0	0. 160



図 4.3-1 平面配管系モデル加振実験用 狭帯域ランダム波



図 4.3-2 立体配管系モデル加振実験用 狭帯域ランダム波



(b) 変位応答スペクトル

図 4.3-3 平面配管系モデル加振実験用 狭帯域ランダム波 応答スペクトル



(b) 変位応答スペクトル

図 4.3-4 立体配管系モデル加振実験用 狭帯域ランダム波 応答スペクトル




平面配管系モデル加振実験用狭帯域ランダム波

(振動数 3.20 Hz、入力レベル 1.0 m/s²)



図 4.3-6 ランダム波応答の近似結果

立体配管系モデル加振実験用狭帯域ランダム波 (振動数 2.74 Hz、入力レベル 1.0 m/s²)

4 - 1 3

4.3.2 塑性変形による等価減衰比の定式化

前章において検討した一般化された近似式を用いて、面内曲げを受けるエルボ の消散エネルギを求めることができる。配管系モデルに使用されたエルボの特性 値及び近似係数を表 4.3-3 及び表 4.3-4 に示す。ここでは、各エルボの形状とし て公称寸法を用いている。表に示された近似係数を用いて各エルボの消散エネル ギは、次式のようにエルボの角度変位振幅の関数として表すことができる。

$$\begin{cases} \Delta E = 0 & (\theta \le \theta_{y}) \\ \Delta E = 4 \cdot K_{\theta EL} \cdot \theta_{y} \cdot \alpha \cdot (\theta - \theta_{y}) & (\theta > \theta_{y}) \end{cases}$$
(4-2)

ΔE : 消散エネルギ (kN - m)
 α : 消散エネルギの補正係数
 θ : 角度変位振幅 (rad)
 θ_y : 摩擦モデルでの塑性開始角度変位振幅 (rad)
 K_{θEL}: 弾性域の剛性 (kN - m / rad)

配管系の等価減衰比は、上式で近似される消散エネルギ ΔE と、配管系のモード剛性 $M_n \cdot \omega_n^2$ 及び最大応答変位 X_{max} を用いて次式で表すことができる。

$$\begin{aligned} \zeta_{eq} &= \zeta_{EL} + \zeta_{PL} \\ &= \zeta_{EL} + \frac{\sum_{i} \Delta E_{i}}{4 \cdot \pi \cdot (E - E_{Lost})} \end{aligned}$$
(4-3)
$$\begin{bmatrix} \because E = \frac{1}{2} \cdot M \cdot \omega_{n}^{2} \cdot X_{max}^{2}, E_{Lost} = \frac{1}{2} \cdot \sum_{i} (k_{\theta ELi} - k_{\theta eqi}) \cdot \theta_{i}^{2} \end{bmatrix} \\ &\omega_{n} &: \text{ 固有角振動数 } (rad/s) \\ &\zeta_{EL} &: 弾性域の滅衰比 \\ &\zeta_{eq} &: 箏価減衰比 \\ &E &: 振動エネルギ (kN-m) \\ &E_{Lost} &: 剛性低下で消失した振動エネルギ (kN-m) \\ &M_{n} &: \text{ 配管系のモード質量 } (rad) \end{aligned}$$

4 - 1 4

ここで、*Σ*Δ*E*は、配管系において塑性変形を生じる全てのエルボの消散エネ ルギの総和を意味している。また、*E*_{Lost}はエルボの塑性変形に伴う剛性低下によ る振動エネルギの消失量を意味する。

配管系の弾性域の減衰比については、配管支持装置における摩擦等の減衰効果 により生じるものが支配的と考えられるが、支持装置がほとんど無い配管系では、 弾性域の減衰比として材料減衰が支配的となる。その場合、弾性域の材料減衰効 果は、塑性変形が生じた時点で塑性化に伴う減衰効果に移行していることとなる ため、本式に示す弾性域の減衰比と塑性化に伴う等価減衰比の加算は厳密には不 適切と考えられる。しかし、弾性域の材料減衰効果は塑性変形に伴う減衰効果と 比較し小さいこと、また、上記のように弾性域の減衰効果として支持装置での減 衰効果が支配的である場合には、この弾性域の減衰効果と塑性化に伴う減衰効果 を加算しても差し支えないことから、弾性域の減衰比と塑性変形に伴う等価減衰 比は加算できると判断しこのような定式化を行っている。

配管系の最大応答変位 Xmax とエルボの角度変位振幅 θ の比率を次式で定義する。

$$\gamma = \frac{\theta}{X_{\text{max}}} \tag{4-4}$$

式 4-3 に上式を代入し配管系の等価減衰比を次式で表すことができる。

$$\zeta_{eq} = \zeta_{EL} + \frac{4 \cdot \sum_{i} K_{\theta ELi} \cdot \theta_{y_i} \cdot \alpha_i \cdot (\gamma_i \cdot X_{max} - \theta_{y_i})}{2 \cdot \pi \cdot \left\{ M_n \cdot \omega_n^2 - \sum_{i} (k_{\theta ELi} - k_{\theta eqi}) \cdot \gamma_i^2 \right\} \cdot X_{max}^2}$$
(4-5)

前項に示した式 4-1 と式 4-5 はいずれも減衰比と最大応答変位を変数とした方 程式である。この 2 式が同時に成立する減衰比と最大応答変位を収束計算するこ とにより、これら 2 つの変数を求めることができ、弾塑性応答を解析できること となる。

モデル No.	エルボ No.	公称寸法(mm)		特性值			近似係数		
		外径 D	肉厚 t	r/t	κ	σy (N/mm²)	K _{θEL} (kN-m∕ rad)	θ _y (rad)	α
2D-A01	EL1	114. 3	8. 6	6.1 3.4	-	1308	0 0243	0.837	
	EL2				J. T	346	1000	0. 0240	0.007
	EL3		11.1	4. 6	2. 6		1935	0. 0231	0. 871
2D-C01	EL1	114. 3	6. 0	9.0	4. 9	346	761	0. 0265	0. 775
	EL2		8.6	6. 1	3. 4		1308	0. 0243	· 0. 837
	EL3		11.1	4. 6	2. 6		1935	0. 0231	0. 871

表 4.3-3 平面配管系モデルのエルボでの特性値及び近似係数

表 4.3-4 立体配管系モデルのエルボでのパラメータ及び近似係数

モデル No.	エルボ No.	公称寸法(mm)		特性値			近似係数		
		外径 D	肉厚 t	r/t	к	ory (N∕mm²)	K _{∂EL} (kN-m⁄ rad)	θ_y (rad)	α
3D-A01	EL1	114. 3	8.6	6. 1	3. 4	302	1308	0. 0214	0. 837
	EL2			6. 1	3. 4				
3D-C01	EL1	114.3	4. 5	12. 2	6.4	351	507	0. 0297	0. 718
	EL2			12. 2	6.4				
3D-C02	EL1	114. 3	4. 5	12.2	6.4	351	507	0. 0297	0. 718
	EL2		8.6	6. 1	3. 4	302	1308	0. 0214	0. 837

4.3.3 配管系モデルにおける振動特性値の計算

配管系モデルでのモード質量、固有角振動数及び最大応答変位と角度変位振幅 の比率を求めるために、振動モード解析を実施した。振動モード解析には、SAP-V/ 2をベースとした配管系設計解析プログラム ISAP-IIIを用いた。

解析モデルを図 4.3-7 及び図 4.3-8 に示す。また、振動モードの内、本研究で 着目した振動モード形状を図 4.3-9 及び図 4.3-10 に示す。表 4.3-5 には、モード 質量、固有振動数及び固有角振動数を示している。

振動モード解析と同じ解析プログラムを用いて、1 ケースの応答スペクトル解 析(減衰比 0.5%,入力レベル 10 m/s²)を実施する。この結果より、最大応答変 位 *X max* に対するエルボ曲げ角度 θ の比率 γ を計算した。表 4.3-6 に各試験体に おける γ の値を示す。ここでエルボの曲げ角度 θ は、応答スペクトル解析で求め られたエルボ近傍の節点の変位量を基に、エルボの開閉変位 δ より計算したもの である。なお、 θ と *X max* の間には厳密には比例関係が成立せず、 *X max* により 変化することとなる。しかし、 γ を応答変位に依存する量として捉えることは等 価減衰比の計算を煩雑にするため、本研究では γ の値を応答レベルに依存しない 一定値として設定することとした。一定値として設定するために、振動モードベ クトルでのエルボ両端部の節点における回転成分を参照し、これによる各エルボ での開閉角度の関係が、各エルボ間の γ の比率と一致するよう定めることとした。

モデル No.	固有振動数 (Hz)	固有角振動数 (rad/s)	モード質量 (kg)
2D-A01	3. 20	20. 1	600
2D-C01	3. 04	19. 1	602
3D-A01	2. 74	17. 2	384
3D-C01	2. 20	13. 8	387
3D-C02	2. 44	15. 3	388

表 4.3-5 配管系モデルの振動特性値

表 4.3-6 配管系モデルでのγの値

モデル No	エルボ No.	$\gamma (= \theta / X_{max})$ (rad /m)		
, , , , , , , , , , , , , , , , , , ,	EL 1	0. 209		
2DA01	EL 2	0. 208		
	EL 3	0. 153		
	EL 1	0. 234		
2D-C01	EL 2	0. 183		
	EL 3	0. 161		
20-401	EL 1	0. 156		
	EL 2	0. 124		
20.001	EL 1	0. 228		
30-001	EL 2	0. 203		
20.002	EL 1	0. 216		
30-602	EL 2	0. 140		



図 4.3-7 平面配管系モデル 振動解析モデル



図 4.3-8 立体配管系モデル 振動解析モデル



図 4.3-9 平面配管系モデル 1次モード(3.20 Hz)



図 4.3-10 立体配管系モデル 1次モード(2.74 Hz)

4.3.4 簡易弾塑性応答解析法と実験結果の比較

簡易弾塑性応答解析で求められた各配管系モデルにおける最大応答変位振幅、 等価減衰比及びエルボの変形角度範囲を試験結果と比較して図 4.3-11~15、図 4.3-16~20 及び図 4.3-21~25 に示す。これらの図に示すとおり、入力変位に対 する最大応答変位振幅の変化の傾向は、解析結果と実験結果でほぼ一致する結果 となった。また、変形角度振幅についても立体配管系モデルについては、ほぼ一 致することが確認された。なお、平面配管系モデルの試験では変形角度範囲の計 測が行われていないため比較を行っていない。

本解析法は、現時点ではエルボの面内曲げ塑性変形による消散エネルギを等価 減衰比に置き換え、減衰効果のみを等価線形化する手法である。このように減衰 効果のみを考慮した解析でも、弾塑性応答予測が可能であることが確認されたこ とは有益であると考えられる。





平面配管系モデル 2D-C01 最大応答変位振幅 図 4.3-12









4 - 25



4 - 2 6







4 - 2 9



4.3.5 降伏応力の弾塑性応答特性へ影響

前項までに配管系モデル加振実験結果と簡易弾塑性応答解析による結果の比較 を行い、実験結果での最大応答の入力レベルに対する変化の傾向を再現できてい ることがわかった。

本項では、簡易弾塑性応答解析法を用いて降伏応力を変化させた解析を行うこ とにより最大応答量及び等価減衰比変化にどのような影響を及ぼすかを調べた。 降伏応力を変化させた場合の弾塑性応答を把握することは、配管系が高温状態で 降伏応力が低い条件を想定する上で重要である。

降伏応力σ,として、150、215、275 N/mm²と変化させた場合の解析結果を図 4.3-21 及び図 4.3-22 に示す。変化させた降伏応力は、前章でも用いられた設計 基準における高温条件での降伏応力である。これらの図に示すように、降伏応力 が小さい場合、塑性変形に伴う減衰効果が入力レベルの小さい段階より現れ、比 較的入力レベルの小さい領域において、降伏応力が大きい場合よりも最大応答量 は小さくなる傾向となった。これは、塑性変形による等価減衰比が、早い段階よ り増加するためである。入力レベルの大きい領域では、逆に、降伏応力の大きい 場合よりも最大振動応答量が大きくなる領域が現れる。降伏応力の小さいものに ついては、その塑性変形に伴う減衰効果が早い段階で現れ、降伏応力が大きいも のよりも振動応答の低減効果が大きくなることは、実際にも起こりえる現象と判 断される。



図 4.3-21 降伏応力による弾塑性応答の変化(3D-A01の例)



図 4.3-22 降伏応力による等価減衰比の変化(3D-A01の例)

4.4 結 言

本章では、エルボの塑性変形による減衰効果を考慮した簡易弾塑性応答解析方 法を検討した。この解析法では、塑性変形により生じる減衰効果を最大応答変位 に依存する等価線形減衰として近似し、最大応答変位と等価減衰比という互いに 依存し合う量を数値計算により求めることにより解析を行った。エルボの塑性変 形に伴う消散エネルギについては、前章で求められた、エルボの履歴特性に関す る一般化された近似式を用いて計算した。

解析結果と5種類の配管系モデルでの加振実験結果を比較したところ、加振レ ベルに対する最大応答変位の変化の傾向がほぼ一致することが確認された。本解 析法は、前章で示された近似式と、応答スペクトル計算、振動モード解析及び応 答スペクトル解析が利用されているのみである。すなわち線形振動解析のみで弾 塑性応答における最大振動応答量を予測できることとなる。

ただし、本解析法は、配管系に塑性変形を生じるランダム波応答において、単 一振動モードが卓越している場合にのみに有効である。複数の振動モードが重ね 合わせられた結果として塑性変形が生じるような振動応答では、モード毎の等価 減衰比設定方法、モードの合成方法等別途研究が必要であり、実験による検証も 必要となる。

前章で一般化されたエルボの履歴特性に関する近似式を用い、弾塑性振動応答を比較的容易に求めることのできる本解析法は有益なものであると思われる。

4 - 3 3

- H. Shibata, M. Makiguchi, A. Ito, J. Hirose, Y. Kajimura, Y. Niino, T. Hayashi, T. Chiba, A Damping Characteristics of Piping Systems in Nuclear Power Plants, ASME PVP-Vol.73, (1983), pp151-178
- (2) Penzien, J., Elasto-Plasic Response of Idealized Multi-story Structures Subjected to a Strong Motion Earthquake, 2 WCEE, 1960.
- (3) C. H. Hofmayer, Y. J. Park, J. F. Costello, Prediction of High Level Vibration Test Results by Use of Available Inelastic Analisys Techniques, Vol. K, SMiRT 11, 1991.
- (4) (財)原子力発電技術機構、平成12年度 耐震設計高度化調査 機器・配管の弾塑性応答評価法の調査 報告書、平成13年3月。
- (5) 日本機械学会編、振動工学におけるコンピュータアナリシス、(1987)、245、 コロナ社
- (6) 長松昭男、内山勝、斉藤忍、鈴木浩平、背戸一登、原文雄、藤田勝久、山川 宏、吉田和夫、ダイナミクスハンドブック 運動・振動・制御、(1993)、150、 朝倉書店
- (7) K. Jaquay, Seismic Analysis of Piping Final Program Report, NUREG/CR-5361.
- (8) Gerry C. Slagis, Assessment of Piping Seismic Response, ASME PVP-402-1,49-55
- (9) Touboul, F., Blay, N., and Lacire, M. H., Experimental, Analytical, and Regulatory Evaluation of Seismic Behavior of Piping Systems, Transaction of the ASME, 121, 388-392
- (10) 中村いずみ、大谷章仁、白鳥正樹、機器・配管系の経年変化を伴う耐震安全
 裕度評価手法の研究報告書、防災科学技術研究所研究資料、第 202 号、2001、 pp25-35

4 - 3 4

第5章 結 論

5.1 結 言

地震により大きな振動応答を生じる配管系では、エルボ等の配管系 の一部において局部的な塑性変形を生じると予想される。このような配 管系では、塑性変形に伴うエネルギ消散を生じ、振動応答は低減される と言われている。塑性変形により生じる減衰効果を適切に捉えて、弾塑 性振動応答を合理的に算定することのできる振動応答解析法を構築し、 弾塑性応答特性の把握を目的とした研究を行った。

第1章では、配管系の振動応答の特徴と、耐震設計における弾塑性応 答特性の把握及び塑性変形を考慮した振動応答解析の必要性をまとめ た。また、塑性変形を伴う振動応答では、その減衰特性を把握すること が重要となるため、一般的な減衰特性の種類と分類について述べ、さら に弾塑性応答における減衰特性の定式化に資する既往研究を挙げた。

第2章では、配管系の弾性域の減衰比として、現行の耐震設計用減衰 比、これを定める基となった実記配管系での減衰比計測値及び等価線形 化法を用いた配管系の減衰比算定方法に関する調査結果をまとめた。実 機配管系の減衰比として、国内の火力発電所および原子力発電所の配管 系、米国の原子力発電所の配管系の減衰比計測値を挙げ、配管系の減衰 比は1%以下のものから数10%に達するものまでが存在し、これらの計 測値は振動数と共に減衰比が小さくなる傾向を示すものであった。国内 での配管系の耐震設計用減衰比に関する研究として、Uボルトにより支 持される配管系の支持部での消散エネルギを定式化し、等価減衰比を算 定する研究が行われており、実際の複数の配管系の等価減衰比を算定し

た結果を、支持具数の違いにより整理し、新たな設計用減衰比を提案するものであった。

第3章では、大きな地震応答が配管系に生じた場合の塑性変形を生じ る部位としてエルボを選定し、塑性変形を生じる場合の機械的特性とし て、等価剛性及び消散エネルギ(履歴エネルギ吸収)の把握を試みた。 本研究では、既往研究において実験による検証がなされている方法によ り、繰り返し面内曲げを受けるエルボの FEM によるシミュレーションを 実施した。シミュレーションでは、配管口径、肉厚、エルボ曲げ半径、 内圧、降伏応力をパラメータとし、原子力発電プラントの配管系に多く 用いられている配管用鋼製突合せ溶接式継手 90°エルボ(引抜成形 品)を対象とした。シミュレーションにより求められた履歴特性より、 消散エネルギと等価剛性を算出した。消散エネルギムEと角度変位振幅 θの関係は、塑性変形が大きくなると直線的に増加する傾向のあること が確認され、等価剛性については、逆に、塑性変形の進行に伴い漸近的 に減少する傾向が確認された。これらの傾向を鑑み、エルボの履歴特性 に対して、摩擦モデルによる近似を行った。その結果、等価剛性につい ては、ばらつきはあるもののその傾向は良く一致した。消散エネルギに ついては、摩擦モデルによる近似から隔たりのあることが確認された。 そこで、消散エネルギについては摩擦モデルによる近似に補正を加え定 式化を行った。等価剛性及び消散エネルギの近似式では、エルボにおけ る弾性域の角度変形に対する剛性 K_{g EL}、摩擦モデルでの塑性変形開始 角度変位振幅θ、及び消散エネルギ補正係数αの3種類の変数を用いて 定式化を行っている。これらの変数についてはエルボの形状値と降伏応 力に基づく近似式で表すこととし、エルボの等価剛性及び消散エネルギ 算定式を一般化した。

第4章では、エルボの塑性変形による減衰効果を考慮した簡易弾塑性 応答解析方法を検討した。この解析法では、塑性変形により生じる減衰 効果を最大応答変位に依存する等価線形減衰として近似し、最大応答変 位と等価減衰比という互いに依存し合う量を数値的に収束計算した。エ ルボの塑性変形に伴い生じる消散エネルギについては、前章で求められ たエルボの履歴特性に関する一般化された近似式により計算を行った。 解析結果と配管系モデル加振実験結果を比較したところ、加振レベルに 対する最大応答変位の変化の傾向をほぼ再現できることがわかった。

5.2 今後の課題

本研究の成果により、配管系におけるエルボが面内曲げ変形を受け、 塑性変形を生じる場合の弾塑性応答の予測を比較的容易に行えるよう になったと考えられる。また、標準的なエルボの弾塑性変形時の機械的 特性に関しては、一般化された近似式により求められるようになった。

配管系の弾塑性応答解析法に関する課題としては以下のものが挙げ られる。

本研究では、エルボの面内曲げでの弾塑性変形特性を取り扱った。 エルボが受ける変形は、実際の配管系が3次元的な配置であるた め面内曲げだけではなく、面外曲げ(ねじり)を受けるものも含 まれる。そのため、本研究と同様なシミュレーション及び検証の ための実験を行い、その弾塑性変形特性を把握する必要がある。 さらに、配管系で塑性変形が想定されるエルボ以外の部位、ティ、 レジューサ、ノズル等の弾塑性変形特性も把握する必要がある。 本研究における配管系に塑性変形を生じるランダム波応答にお いて、単一振動モードが卓越している場合にのみに有効である。 そのため、複数の振動モードが重ね合わせられた結果として塑性 変形が生じるような振動応答では、モード毎の等価減衰比設定方 法、モードの合成方法等別途研究が必要であり、実験による検証 も必要と考えられる。

謝 辞

本学位論文の研究を遂行するにあたり、横浜国立大学 大学院 工学研究 院教授 高田一先生にご指導ご鞭撻頂きました。心よりお礼申し上げます。

本論文の審査の労をとって頂き、貴重なご指摘、ご指導を頂きました、 横浜国立大学 大学院工学研究院長 白鳥正樹先生、同大学 大学院環境 情報研究院教授 中桐滋先生、同大学 大学院工学研究院教授 安藤柱先 生、同大学 大学院環境情報研究院教授 森下信先生、同大学 工学研究 院 客員教授 藤本滋先生に厚くお礼申し上げます。

本論分の研究を始め、耐震工学に関する様々な面におきまして、ご指導・ ご助言を頂きました東京大学名誉教授 柴田碧先生に深く感謝致します。

振動実験、耐震実験に関して一からのご指導をして頂いた、独立行政法 人 防災科学技術研究所 工学博士 小川信行氏、石川島播磨重工業(株) 工学博士 小林博栄氏に心よりお礼申し上げます。

本研究を進めるにあたり ASME Pressure Vessel and Piping Conference における情報が有益であり、同会議への投稿論文に対して貴重なご助言を 頂いた Mr. Gerry. C. Slagis, Professional Engineer に感謝致します。

配管系の耐震研究の共同研究者として様々な意見を交換し、研究に関し 切磋琢磨させて頂いた防災科学技術研究所 中村いずみ氏に感謝致します。

本論文の第4章に示した配管系モデルの加振実験は、原子力安全研究年 次計画(平成8年度~平成12年度、原子力安全委員会策定)に基づき、科 学技術庁国立機関原子力試験研究費を軸に、防災科学技術研究所、横浜国 立大学、石川島播磨重工業(株)の共同研究として実施されたものです。

上記実験を計画及び実施では、防災科学技術研究所の飯田晴男氏、横浜

国立大学の矢倉武蔵氏(現 ダイハツ工業(株))、越智洋次氏(現 CANON)、 宇田川誠氏、石川島検査計測(株)内田弘氏、石川島播磨重工業(株)相 田重一氏、(有)葵設計事務所 佐藤早苗氏にお世話になりました。

最後に、この研究をサポートして頂いた、横浜国立大学 工学研究院助 手 松浦慶総先生、同大学 大学院工学府 博士課程後期 三上晃氏を初 めとする高田研究室の皆様にお礼申し上げます。