本資料のうち、枠囲みの内容 は商業機密の観点や防護上の観 点から公開できません。

女川原子力発電所第2号	号機 工事計画審査資料		
資料番号 02-補-E-01-0220-1_改 6			
提出年月日	2021年10月15日		

補足-220-1 発電用原子炉施設の溢水防護に関する補足説明資料

- 1. 没水影響評価
 - 1.1 機能喪失高さについて
 - 1.2 防護すべき設備のうち溢水影響評価対象外とする設備について
- 2. 没水影響評価について
 - 2.1 溢水伝播経路概念図
 - 2.2 溢水伝播経路モデル図
 - 2.3 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価について
 - 2.4 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果(溢水防護対象設備)
 - 2.5 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果(重大事故等対処設備)
 - 2.6 消火栓からの放水による没水影響評価結果(溢水防護対象設備)
 - 2.7 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備)
 - 2.8 地震に起因する溢水による没水影響評価結果(溢水防護対象設備)
 - 2.9 地震に起因する溢水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備)
- 3. 被水影響評価について
 - 3.1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価について
 - 3.2 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果(溢水防護対象設備)
 - 3.3 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果(重大事故等対処設備)
 - 3.4 地震に起因する溢水による被水影響評価結果(溢水防護対象設備)
 - 3.5 地震に起因する溢水による被水影響評価結果 (重大事故等対処設備)
- 4. 蒸気影響評価について
 - 4.1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果(溢水防護対象設備)
 - 4.2 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果(重大事故等対処設備)
 - 4.3 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果(溢水防護対象設備)
 - 4.4 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果(重大事故等対処設備)
- 5. 想定破損による溢水影響評価について
 - 5.1 想定破損により生じる溢水影響評価における溢水源リスト
 - 5.2 高エネルギー及び低エネルギー配管の分類について
 - 5.3 高エネルギー及び低エネルギー配管の応力評価について
 - 5.4 想定破損における減肉の考慮について
- 6. 消火水の放水による溢水の影響評価について
 - 6.1 消火水の放水による溢水に対する評価の概要について
 - 6.2 消火水の放水による溢水に対する評価例
- 7. 地震起因による溢水影響評価について
 - 7.1 地震に起因する溢水源について
 - 7.2 耐震 B, C クラス機器の耐震工事の内容
 - 7.3 溢水防護に係わる設備の耐震評価対象設備・部位の代表性及び網羅性について
 - 7.4 使用済燃料プール等のスロッシングによる溢水量の算出

- 7.5 溢水源としない耐震 B, C クラス機器の耐震評価の内容
- 7.6 溢水源としない耐震 B, C クラス配管の耐震評価の考え方
- 7.7 水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せによる影響評価に関する補足説明
- 8. その他の溢水による溢水影響評価について
 - 8.1 タービン建屋内で発生する溢水の溢水影響評価について
 - 8.2 屋外タンクからの溢水影響評価について
 - 8.3 地下水の溢水による影響について
 - 8.4 その他漏えい事象に対する確認について
- 9. 全般
 - 9.1 溢水防護区画毎における機能喪失高さについて
 - 9.2 ケーブルの被水影響評価について
 - 9.3 没水評価における床勾配について
 - 9.4 貫通部止水処置に関する健全性について
 - 9.5 蒸気防護カバーの性能試験について
 - 9.6 放射性物質を含む液体の管理区域外漏えい防止評価について
 - 9.7 床ドレンラインからの排水に期待する区画について
 - 9.8 流下開口を考慮した没水高さについて
 - 9.9 鉄筋コンクリート壁の水密性について
 - 9.10 経年劣化事象と保全内容
 - 9.11 水密扉の開閉運用について
 - 9.12 床ドレンラインの応力評価について
 - 9.13 循環水系隔離システムの内,復水器水室出入口弁への地震時復水器の影響について
 - 9.14 浸水防護施設の止水性について
 - 9.15 水密扉の設計に関する補足説明
 - 9.16 堰の設計に関する補足説明
 - 9.17 逆流防止装置を構成する各部材の評価及び機能維持の確認方法について
 - 9.18 内部溢水影響評価に用いる各項目の保守性と有効数字の処理について
 - 9.19 現場操作の実施可能性について
 - 9.20 ほう酸水漏えい等による影響について
 - 9.21 漏えい系統の検知時間及び溢水量評価について
 - 9.22 溢水発生後の復旧について
 - 9.23 内部溢水影響評価における判定表
 - 9.24 建屋地下外壁の地下水に対する健全性について

別紙((1)	工認添付資料	と設置許可る	ا کے ا	め資料との関係	【溢水防護に関す	る施設】
-----	-----	--------	--------	--------	---------	----------	------

別紙(2)添付VI-1-1-8 の各資料と工認補足説明資料との関係【溢水防護に関する施設】

i	A A	-
:	: 今回提出範囲	
1		_

工認添付資料と設置許可まとめ資料との関係【溢水防護に関する施設】

資料そのものを概ね引用
溢水による損傷の防止等
DB 第9条
発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書
派付書類 VI-1-1-8

工認添付書類VI-1-1-8 の各資料と工認補足説明資料との関係【溢水防護に関する施設】

	工認添付書類	工認補足説明資料		
VI-1-1-8-1	溢水等による損傷防止の基本方針		_	
VI-1-1-8-2	防護すべき設備の設定	1. 1	機能喪失高さについて	
		1.2	防護すべき設備のうち溢水影響評価対象	
			外とする設備について	
		9. 1	溢水防護区画毎における機能喪失高さに	
			ついて	
VI-1-1-8-3	溢水評価条件の設定	2. 1	溢水伝播経路概念図	
		2. 2	溢水伝播経路モデル図	
		3. 1	想定破損により生じる溢水に対する被水	
			影響評価について	
		5. 1	想定破損により生じる溢水影響評価にお	
			ける溢水源リスト	
		5. 2	高エネルギー及び低エネルギー配管の分	
			類について	
		5. 3	高エネルギー及び低エネルギー配管の応	
			力評価について	
		5. 4	想定破損における減肉の考慮について	
		6. 1	消火水の放水による溢水に対する評価の	
			概要について	
		7. 1	地震に起因する溢水源について	
		7. 2	耐震 B, C クラス機器の耐震工事の内容	
		7.3	溢水防護に係わる設備の耐震評価対象設	
			備・部位の代表性及び網羅性について	
		7.4	使用済燃料プール等のスロッシングによ	
			る溢水量の算出	
		7. 5	溢水源としない耐震 B,C クラス機器の耐	
			震評価の内容	
		7.6	溢水源としない耐震 B,C クラス配管の耐	
			震評価の考え方	
		7. 7	水平 2 方向及び鉛直方向地震力の組合せ	
			による影響評価に関する補足説明	
		8.4	その他漏えい事象に対する確認について	
		9.8	流下開口を考慮した没水高さについて	

工認添付書類VI-1-1-8 の各資料と工認補足説明資料との関係【溢水防護に関する施設】

工認添付書類	工認補足説明資料
VI-1-1-8-4 溢水影響に関する評価	2.3 想定破損により生じる溢水に対する没水
	影響評価について
	2.4 想定破損により生じる溢水に対する没水
	影響評価結果(溢水防護対象設備)
	2.5 想定破損により生じる溢水に対する没水
	影響評価結果(重大事故等対処設備)
	2.6 消火栓からの放水による没水影響評価結
	果 (溢水防護対象設備)
	2.7 消火栓からの放水による没水影響評価結
	果 (重大事故等対処設備)
	2.8 地震に起因する溢水による没水影響評価
	結果 (溢水防護対象設備)
	2.9 地震に起因する溢水による没水影響評価
	結果 (重大事故等対処設備)
	3.2 想定破損により生じる溢水に対する被水
	影響評価結果(溢水防護対象設備)
	3.3 想定破損により生じる溢水に対する被水
	影響評価結果(重大事故等対処設備)
	3.4 地震に起因する溢水による被水影響評価
	結果 (溢水防護対象設備)
	3.5 地震に起因する溢水による被水影響評価
	結果 (重大事故等対処設備)
	4.1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気
	影響評価結果(溢水防護対象設備)
	4.2 想定破損により生じる溢水に対する蒸気
	影響評価結果(重大事故等対処設備)
	4.3 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響
	評価結果(溢水防護対象設備)
	4.4 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響
	評価結果(重大事故等対処設備)
	6.2 消火水の放水による溢水に対する評価例
	8.1 タービン建屋内で発生する溢水の溢水影
	響評価について
	8.2 屋外タンクからの溢水影響評価について

工認添付書類VI-1-1-8 の各資料と工認補足説明資料との関係【溢水防護に関する施設】

	工認添付書類	工認補足説明資料		
VI-1-1-8-4	溢水影響に関する評価	8.3 地下水の溢水による影響について		
		9.2 ケーブルの被水影響評価について		
		9.3 没水評価における床勾配について		
		9.6 放射性物質を含む液体の管理区域外漏え		
		い防止評価について		
		9.9 鉄筋コンクリート壁の水密性について		
		9.18 内部溢水影響評価に用いる各項目の保		
		守性と有効数字の処理について		
		9.19 現場操作の実施可能性について		
		9.20 ほう酸水漏えい等による影響について		
		9.21 漏えい系統の検知時間及び溢水量評価		
		について		
		9.22 溢水発生後の復旧について		
		9.23 内部溢水影響評価における判定表		
		9.24 建屋地下外壁の地下水に対する健全性		
		について		
VI-1-1-8-5	溢水防護施設の詳細設計	9.4 貫通部止水処置に関する健全性について		
		9.5 蒸気防護カバーの性能試験について		
		9.7 床ドレンラインからの排水に期待する区		
		画について		
		9.10 経年劣化事象と保全内容		
		9.11 水密扉の開閉運用について		
		9.12 床ドレンラインの応力評価について		
		9.13 循環水系隔離システムの内,復水器水室		
		出入口弁への地震時復水器の影響につ		
		いて		
		9.14 浸水防護施設の止水性について		
		9.15 水密扉の設計に関する補足説明		
		9.16 堰の設計に関する補足説明		
		9.17 逆流防止装置を構成する各部材の評価		
		及び機能維持の確認方法について		

7.2 耐震B, Cクラス機器の耐震工事の内容

1. 概要

「原子力発電所の内部溢水影響評価ガイド」では、耐震 B, Cクラス機器であっても基準地震動 S s による地震力に対して耐震性が確保される機器については、漏水を考慮しないことができるとされている。

本資料では、地震時に溢水源となり得る耐震B, Cクラス機器について、実施する耐震工事の内容を示す。

機器の耐震評価においては、耐震工事後の状態で、基準地震動Ssに対する応力発生値と評価基準を比較することにより行い、評価基準値は、JEAG等の規格基準で規定されている値を用いる。

耐震工事を実施する機器を表 7.2-1 に示す。

表 7.2-1 耐震 B, Cクラス機器のうち耐震工事を実施する機器

No.	機器名称	工事概要
1	CUW再生熱交換器	サポートの追加
2	HNCW サージタンク	支持脚への補強部材追加
3	R/A 給気冷却加熱コイル	ケーシング枠への補強部材追加
4	燃料交換床給気加熱コイル	ケーシング枠への補強部材追加
5	燃料交換機制御室空調機	ケーシングへの補強部材追加
6	原子炉補機(HPCS)室給気加熱コイ	 ケーシング枠への補強部材追加
0	ル	クープラグヤ・砂桶 選品材 追加
7	<mark>ほう酸水注入系</mark> テストタンク	支持脚への補強部材追加
8	タービン補機冷却海水ポンプ	基礎ボルト,ポンプ取付ボルト及び電
0		動機台取付ボルトの取替
9	循環水ポンプ(A)	ポンプ取付ボルト及び吐出エルボ取付
J		ボルトの取替
		ポンプ取付ボルト, 吐出エルボ取付ボ
10	循環水ポンプ(B)	ルト、ベース架台取付ボルト及び吐出
		配管ボルトの取替
11	配管	配管へのサポート追加、サポートへの
11		補強部材追加

2. 工事内容

2.1 CUW 再生熱交換器

CUW 再生熱交換器は、熱交換器室耐震壁から架台にサポートを追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-1 に示し、機器仕様を表 7.2-2 に、応力評価結果を表 7.2-3 に示す。なお、表 7.2-3 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

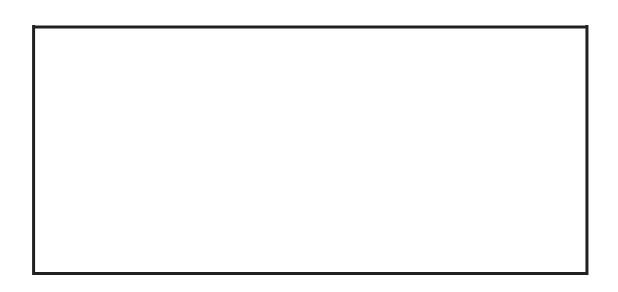


図 7.2-1 CUW 再生熱交換器の工事内容

表 7.2-2 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (℃)	評価部位	使用材料	温度条件 (℃)
	10.2	302	胴板	SGV480	302
CIW II H			脚	SS400	302
CUW 再生 熱交換器			脚締付ボルト	SS400	50
			架台	STKR400	50
			基礎ボルト	SS400	50

表 7.2-3 応力評価結果

設備名称	亚布 如 牡	戊 力	発生値	評価基準値
文 湘 石	評価部材 応力		(MPa)	(MPa)
CUW再生熱交換器	胴板	一次+二次	252	396

2.2 HNCW サージタンク

HNCW サージタンクは、支持脚に補強部材を追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-2 に示し、機器仕様を表 7.2-4 に、応力評価結果を表 7.2-5 に示す。なお、表 7.2-5 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

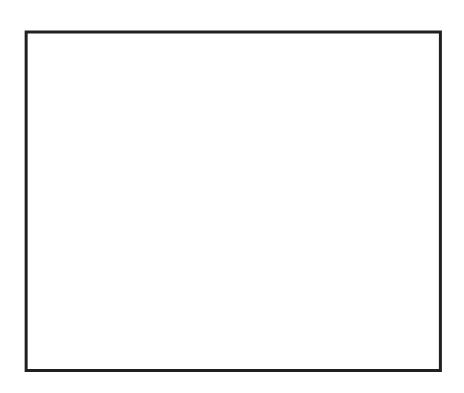


図 7.2-2 HNCW サージタンクの工事内容

表 7.2-4 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (℃)	評価部材	使用材料	温度条件
		66	胴板	SS400	66
HNCW			脚	SS400	66
サージタンク	静水頭		基礎 ボルト	SS400	50

表 7.2-5 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
HNCW サージタ ンク	基礎ボルト	引張	127	207

2.3 R/A 給気冷却加熱コイル

R/A 給気冷却加熱コイルは、ケーシング枠に補強部材を追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-3 に示し、機器仕様を表 7.2-6 に、応力評価結果を表 7.2-7 に示す。なお、表 7.2-7 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

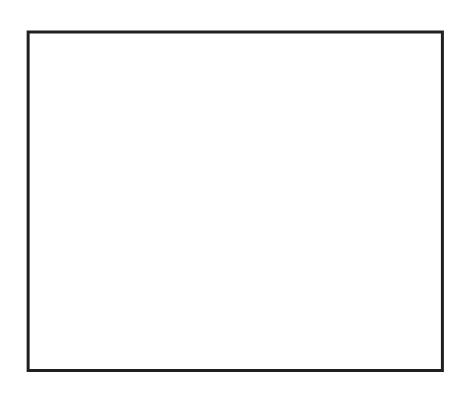


図 7.2-3 R/A 給気冷却加熱コイルの工事内容

表 7.2-6 機器仕様

設備名称	最高使用圧力	最高使用温度	使用材料
放佣名 你	(MPa)	(℃)	取付ボルト
R/A 給気冷却 加熱コイル	1.27	85	SS400

表 7.2-7 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値	評価基準値
双漏石 你	计 侧 印 约	ルロンJ	(MPa)	(MPa)
R/A 給気冷却	取付ボルト	ᆲᆙ	1.0	170
加熱コイル	以刊 ハルト	引張	18	179

2.4 燃料交換床給気加熱コイル

燃料交換床給気加熱コイルは、ケーシング枠に補強部材を追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-4 に示し、機器仕様を表 7.2-8 に、応力評価結果を表 7.2-9 に示す。なお、表 7.2-9 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

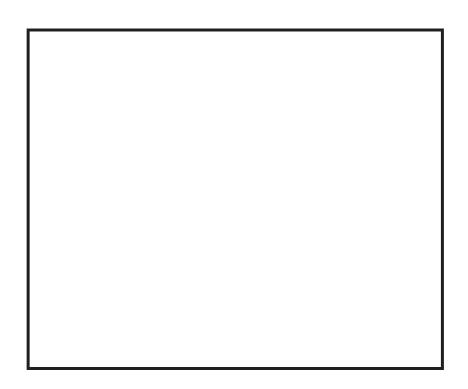


図 7.2-4 燃料交換床給気加熱コイルの工事内容

表 7.2-8 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度	使用材料取付ボルト
燃料交換床給気 加熱コイル	1.18	85	SS400

表 7.2-9 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
燃料交換床給気 加熱コイル	取付ボルト	せん断	7	138

2.5 燃料交換機制御室空調機

燃料交換機制御室空調機は、ケーシングに補強部材を追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-5 に示し、機器仕様を表 7.2-10 に、応力評価結果を表 7.2-11 に示す。なお、表 7.2-11 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

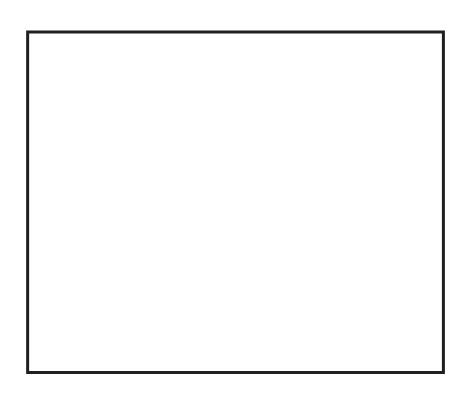


図 7.2-5 燃料交換機制御室空調機の工事内容

表 7.2-10 機器仕様

設備名称	最高使用圧力	最高使用温度*	使用材料	温度条件(℃)
	(MPa)	(℃)	基礎ボルト	
燃料交換機		4.0	CC 400	50
制御室空調機	_	40	SS400	50

注記 *:最高使用温度 40℃より,周囲環境温度 50℃の方が温度が高いことから,保守的な評価となるよう周囲環境温度にて評価した。

表 7.2-11 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
燃料交換機 制御室空調機	基礎ボルト	引張	139	207

2.6 原子炉補機 (HPCS) 室給気加熱コイル

原子炉補機 (HPCS) 室給気加熱コイルは、ケーシング枠に補強部材を追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図7.2-6に示し、機器仕様を表7.2-12に、応力評価結果を表7.2-13に示す。なお、表7.2-13においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

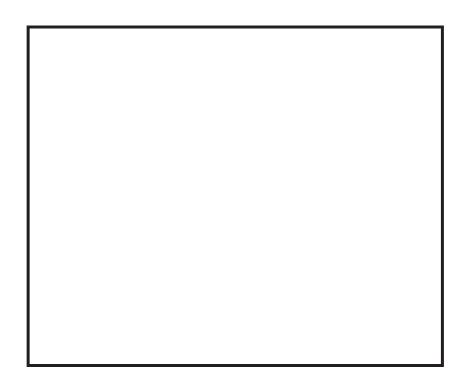


図 7.2-6 原子炉補機 (HPCS) 室給気加熱コイルの工事内容

表 7.2-12 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (℃)	使用材料 取付ボルト
原子炉補機 (HPCS) 室給気加熱コイル	1.18	85	SS400

表 7.2-13 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
原子炉補機				
(HPCS) 室給気	取付ボルト	引張	11	179
加熱コイル				

2.7 ほう酸水注入系 テストタンク

ほう酸水注入系テストタンクは、支持脚へ補強部材を追加することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-7 に示し、機器仕様を表 7.2-14 に、応力評価結果を表表 7.2-15 に示す。なお、表 7.2-15 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

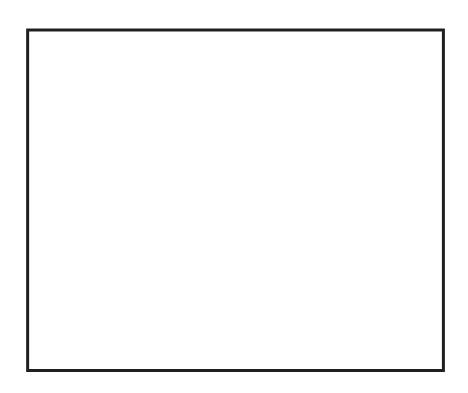


図 7.2-7 <mark>ほう酸水注入系</mark>テストタンクの工事内容

表 7.2-14 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (℃)	評価部材	使用材料	温度条件
ほう酸水			胴板	SUS304	66
<mark>注入系</mark> テ	松山石石	66	脚	SUS304	50
ストタンク	静水頭		基礎ボルト	SS400	50

表 7.2-15 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
ほう酸水注入系 テストタンク	脚	組合せ	90	205

2.8 タービン補機冷却海水ポンプ

タービン補機冷却海水ポンプは、評価対象のボルトをより高強度のボルトに取り替えることにより耐震性の向上を図る。なお、タービン補機冷却海水ポンプの構造及び耐震性に係る仕様は、A号機、B号機及びC号機で同じである。工事内容を図7.2-8に示し、機器仕様を表7.2-16に、応力評価結果を表7.2-17に示す。なお、表7.2-17においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

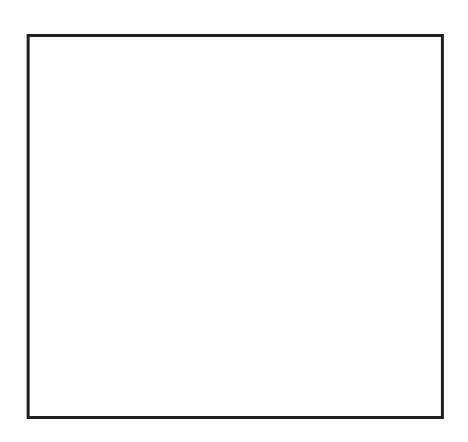


図 7.2-8 タービン補機冷却海水ポンプの工事内容

表 7.2-16 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度*	評価部材	使用材料	温度条件
			基礎ボルト	SCM435	50
タービン 補機			ポンプ取付 ボルト	SCM435	50
冷却海水 ポンプ	0.69	41	原動機台取付 ボルト	SCM435	50
W >)			原動機取付ボルト	SUS304	50

注記 *:最高使用温度 41℃より,周囲環境温度 50℃の方が温度が高いことから,保守的な評価となるよう周囲環境温度にて評価した。

表 7.2-17 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
タービン補機 冷却海水ポンプ	原動機取付 ボルト	引張	98	145

2.9 循環水ポンプ(A)

循環水ポンプ(A)は、評価対象のボルトをより高強度のボルトに取り替えることにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-9 に示し、機器仕様を表 7.2-18に、応力評価結果を表 7.2-19に示す。なお、表 7.2-19においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

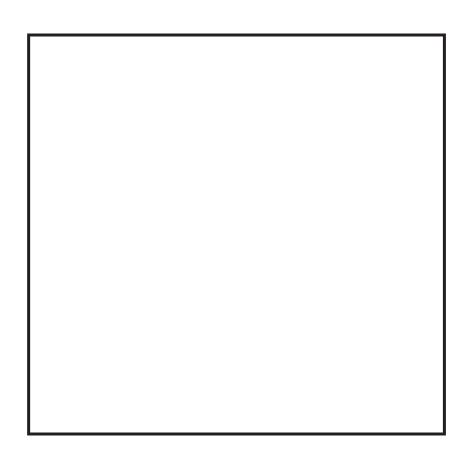


図 7.2-9 循環水ポンプ(A)の工事内容

表 7.2-18 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度*	評価部材	使用材料	温度条件
			基礎ボルト	SS400	50
循環水 ポンプ(A)			ポンプ取付 ボルト	SNCM630	50
	0.38	41	吐出エルボ 取付ボルト	SNCM630	50
		吐出配管ボルト	SS400	50	

注記 *:最高使用温度 41℃より,周囲環境温度 50℃の方が温度が高いことから,保守的な評価となるよう周囲環境温度にて評価した。

表 7.2-19 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
循環水ポンプ(A)	吐出配管ボルト	引張	126	174

2.10 循環水ポンプ(B)

循環水ポンプ(B)は、評価対象のボルトをより高強度のボルトに取り替えることにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-10 に示し、機器仕様を表 7.2-20 に、応力評価結果を表 7.2-21 に示す。なお、表 7.2-21 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

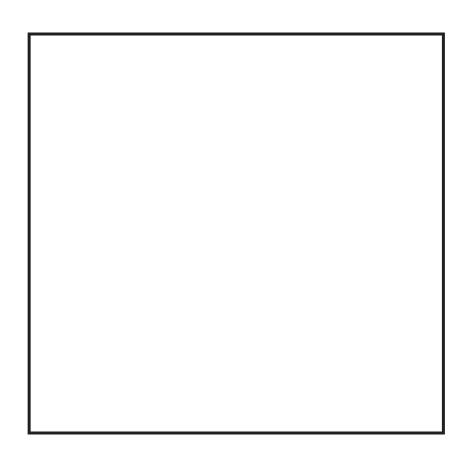


図 7.2-11 循環水ポンプ(B)の工事内容

表 7.2-20 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度*	評価部材	使用材料	温度条件	
			基礎ボルト	SS400	50	
			ポンプ取付	SNCM630	F.0	
			ボルト	SNCMOSO	50	
循環水			吐出エルボ	SNCM630	50	
ポンプ(B)	0.38	41	取付ボルト	SNCMO30	50	
W > 2 (D)			吐出配管ボ	SCM435	50	
			ルト	3CM433	50	
			ベース架台	CNCMC 2 O	EO	
		取付ボルト	SNCM630	50		

注記 *:最高使用温度 41℃より,周囲環境温度 50℃の方が温度が高いことから,保守的な評価となるよう周囲環境温度にて評価した。

表 7.2-21 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
循環水ポンプ(B)	吐出エルボ 取付ボルト	引張	<mark>305</mark>	<mark>557</mark>

2.11 配管

配管は、サポートの追設やサポートへ補強部材を追加することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-11 に示し、代表として換気空調補機常用冷却水系に関して、機器仕様を表 7.2-22 に、応力評価結果を表 7.2-23 に示す。なお、表 7.2-23 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

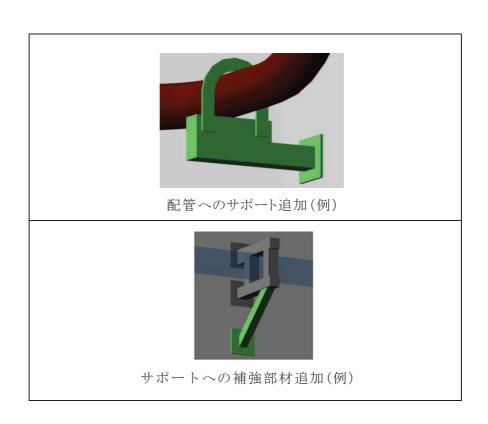


図 7.2-11 配管の工事内容

表 7.2-22 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (℃)	評価部位	使用材料
配管			配管本体	STPG370
(換気空調補機常	1. 27	85	古法捷法腳	55400
用冷却水系)			支持構造物	SS400

表 7.2-23 応力評価結果

設備名称	評価部位	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
配管 (按原來部本機會	配管本体	一次+二次	344	354
(換気空調補機常 用冷却水系)	支持構造物	一次+二次	102	142

7.5 溢水源としない耐震 B, C クラス機器の耐震評価の内容

1. 概要

地震時,溢水源としない耐震 B, C クラス機器については,添付書類「VI-2-別添 2-2 溢水源としない耐震 B, C クラス機器の耐震性についての計算書」にて、耐震評価結果を纏めている。

本資料は、添付書類「VI-2-別添 2-2 溢水源としない耐震 B,C クラス機器の耐震性についての計算書」にて評価対象とした耐震 B,C クラス機器(容器、ポンプ)の耐震評価内容について補足するものである。

2. 対象機器

確認対象機器を表 7.5-1 に示す。溢水源としない耐震 B,C クラス機器は、剛構造及 び柔構造に分類されることから、剛構造機器は代表 1 機器、柔構造機器は全ての機器 を対象に、耐震評価内容を示す。

機器名称	設計	震度	震度 固有周期(s)*2		対象
7茂 台 7 7	水平	鉛直	水平	鉛直	機器
CRD スクラム排出容器 (A) (B)	解析值	解析值			O*4
送風機室空調機(A)(B)	2.65	1.77			O * 5
入退域エリア(クリーン)空調機	2. 25	1.39			_ * 5
IA 後部冷却器(A)(B)	解析值	解析值			_ * 4
SA 後部冷却器(A)(B)	解析值	解析值			_ * 4
所内温水系温水熱交換器(A)(B)	6. 18	1. 37			\circ
タービン補機冷却海水ポンプ(A)(B)(C)	解析值	1.94			\circ
循環水ポンプ(A)	解析值	2.02			0
循環水ポンプ(B)	解析值	2.02			0
燃料プール冷却浄化系プリコートポンプ	1.97	1.37			0

表 7.5-1 確認対象機器*1

注記 *1:剛構造機器は代表して1機器を確認対象とする。また,柔構造機器は全て確認対象とし, 評価内容が同様のものは代表機器について<mark>示す</mark>。

*2:柔構造のみ固有周期を記載。

*3:配管の評価手法を適用しており、解析コード「SOLVER」又は「ISAP」を用いた固有値解析 による算出値を記載。

*4:評価方法が同様であるため、CRDスクラム排出容器を代表して示す。

*5:評価方法が同様であるため、送風機室空調機を代表して示す。

3. 荷重及び荷重の組合せ

応力評価に用いる荷重及び荷重の組合せは、添付書類「VI-2-別添 2-1 溢水防護に係る施設の耐震計算の方針」の「3.1 荷重及び荷重の組合せ」にて示している荷重及び荷重の組合せを用いる。

3.1 荷重の種類

応力評価に用いる荷重は,以下の荷重を用いる。

- (1) 常時作用する荷重(D) 常時作用する荷重は、持続的に生じる荷重であり、自重とする。
- (2) 内圧荷重 (P_D) 内圧荷重は、当該設備に設計上定められた最高使用圧力による荷重とする。
- (3) 機械的荷重 (M_D) 当該設備に設計上定められた機械的荷重
- (4) 地震荷重(Ss) 地震荷重は、基準地震動Ssにより定まる地震力とする。

3.2 荷重の組合せ

応力評価に用いる荷重の組合せは、各機器の評価部位ごとに設定する。各機器の評価部位における荷重の組合せを表 7.5-2~表 7.5-4 に示す。

表 7.5-2 容器類の荷重の組合せ

許容応力状態	荷重の組合せ	評価部位	
IV A S	$D + P_D + M_D + S_S$	胴板	

表 7.5-3 配管の荷重の組合せ

許容応力状態	荷重の組合せ	評価部位	
IV A S	$D + P_D + M_D + S_S$	配管,弁	

表 7.5-4 支持構造物の荷重の組合せ

許容応力状態	荷重の組合せ	評価部位
IV A S	$D + P_D + M_D + S_S$	脚,支持構造物,ボルト等

4. 耐震評価内容

「2. 対象機器」において選定した機器について、耐震評価内容を以下に示す。

- 4.1 CRD スクラム排出容器(A)(B)
- 4.1.1 構造計画

CRD スクラム排出容器の構造計画を表 7.5-5 に示す。

計画の概要 概略構造図 基礎・支持構造 主体構造 容器は接続配管 胴板, 鏡板, 円 (単位:mm) 及びアンカによ すい胴板及び当 円すい胴板へ り支持される。 板で構成する。 胴板~ 当 板 (アンカ部) 埋込 金物 埋込 金物 基礎ボルト (ケミカルアンカ) 鏡板

表 7.5-5 構造計画

4.1.2 評価対象部位

CRD スクラム排出容器の評価対象部位を表 7.5-6 に示す。

表 7.5-6 評価対象部位

機器名称	評価部位	
CDD フカラ / 朴山宏明 (A) (D)	容器	
CRD スクラム排出容器 (A) (B)	サポート	

4.1.3 計算方法

基準地震動Ssによる地震力に対して耐震性が確保され、溢水に至らないことを確認するために、スペクトルモーダル解析による地震応答解析により、許容応力状態 IV_AS の許容限界を満足することを確認する。

スクラム排出容器は容器中心部のアンカ及び容器前後に取り付く配管によって支持されており、支持構造物となる配管の耐震性確保も必要となるため、容器前後の配管まで含めた配管系評価として実施する。解析コードは「SOLVER」及び「NX NASTRAN」を使用し、解析コードの検証及び妥当性確認等の概要については、添付書類「VI-5 計算機プログラム(解析コード)の概要」に示す。

4.1.4 許容応力

評価の許容限界は、許容応力状態 IV_AS の許容応力を用いる。評価に用いる許容限界を表 7.5-7 に示す。

表 7.5-7 許容応力

荷重の	許容応力	許容限界					
組合せ	ける心力 状態 - 状態	一次一般	一次膜応力+	一次+	一次+二次+		
が正口で	// 恐	膜応力	一次曲げ応力	二次応力	ピーク応力		
					* 1		
$D + P_D + M_D + S_S$ $IV_A S$				Ss地震動のみによる疲労解			
			大脚の 1 F 位	析を行い、渡	s 地震動のみによる疲労解を行い、疲労累積係数が) 以下であること。但し、		
	IV A S	0.6 · S u	大力一次曲げ応力二次応力ピークリークリーS s 地震動のみによる地震動のみによる地震動のみによる一次+1	ること。但し,			
				+一次+一次+二次+力二次応力ピーク応力(*1)(*2)S s 地震動のみによる疲労解析を行い、疲労累積係数が1.0以下であること。但し、地震動のみによる一次+二次応力の変動値が2・Sy以下であ			
				力の変動値が	2·S _y 以下であ		
				れば,疲労解析	斤は不要。		

注記 *1:2・ S_y を超える場合は弾塑性解析を行う。この場合、設計・建設規格 PVB-3300 (PVB-3313 を除く。 S_m は 2/3・ S_y と読み替える。) の簡易弾塑性解析を用いる。

4.1.5 使用材料の許容応力評価条件

使用材料及び使用材料の許容応力評価条件を表 7.5-8 に示す。

表 7.5-8 使用材料及び使用材料の許容応力評価条件

評価対象設備	評価部位	材料	温度条件 (℃)	S y (MPa)	S u (MPa)
CRD スクラム排出容器 (A) (B)	容器	STS410	138	215	404
	サポート	STKR400	50	234	394

	4.1.6	解析モデル
		CRD スクラム排出容器の解析モデルを図 7.5-1 に示す。 <mark>解析モデルは,3 次元</mark>
	<u> </u>	多質点系はりモデルとする。
ſ		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		
ı		

図 7.5-1 CRD スクラム排出容器の解析モデル

4.1.7 固有周期

固有値解析の結果を表 7.5-9 に示す。

表 7.5-9 CRD スクラム排出容器の固有値解析結果*1

モード	卓越方向	固有周期	水平方向	刺激係数	鉛直方向
-C	早越刀间	(s)	NS 方向	EW方向	刺激係数
1 次	鉛直				
2 次	_				

注記 *1:評価上厳しい箇所を含む解析モデルの固有値解析結果及び振動モード図を掲載。

4.1.8 振動モード図

振動モード図を図 7.5-2 に示す。

図 7.5-2 振動モード図*1

注記 *1:評価上厳しい箇所を含む解析モデルの固有値解析結果及び振動モード図を掲載。

4.1.9 設計用地震力

本資料において考慮する設計用地震力の算出に用いる設計用床応答曲線及び設計震度を表 7.5-10 に示す。

なお,設計用床応答曲線は,添付書類「VI-2-1-7 設計用床応答曲線の作成方針」に基づき設定する。また,減衰定数は添付書類「VI-2-1-6 地震応答解析の基本方針」に記載の減衰定数を用いる。

建物·構築物 原子炉建屋 15.0 標高 O.P. (m) 6.0 減衰定数(%) 適用する地震動等 基準地震動Ss 応答水平震度*2 固有周期 応答鉛直 モード 震度*2 (s) NS 方向 EW方向 1 次 2 次 動的震度*3 注記 *1

表 7.5-10 設計用床応答曲線及び設計震度

*2:各モードの固有周期に対し、設計用床応答曲線より得られる震度を示す。

*3: S s 地震動に基づく設計用最大床応答加速度より定めた震度を示す。

4.1.10 評価結果

表 7.5-11 に示すとおり、算出応力は許容応力を超えず、基準地震動Ssに対し、耐震性を有することを確認した。

拉压 4 4 4 11 12	亚在如丛	大力 種類	算出応力	許容応力
評価対象設備	評価部位	応力種類	(MPa)	(MPa)
	容器	一次	198	363
CRDスクラム排出容器		一次+二次	363	430
(A) (B)	サポート	一次	98	276
		一次+二次	127	159

表 7.5-11 評価結果*1

注記 *1:評価結果は,算出応力と許容応力を踏まえ,評価上厳しい箇所の結果について記載する。

4.2 送風機室空調機(A)(B)

4.2.1 構造計画

送風機室空調機の構造計画を表 7.5-12 に示す。

表 7.5-12 構造計画

計画 0	の概要	概略構造図
基礎・支持構造	主体構造	19处 町 1件 足 囚
送風機室空調機	露出型	(単位: mm)
は基礎ボルトで	(予備機付送風	
基礎に据え付け	機露出型空調	
る。	機)	基礎ボルト

4.2.2 評価対象部位

送風機室空調機の評価対象部位を表 7.5-13 に示す。

表 7.5-13 評価対象部位

機器名称	評価部位
送風機室空調機(A)(B)	基礎ボルト

4.2.3 計算方法

基準地震動Ssによる地震力に対して耐震性が確保され、溢水に至らないことを確認するために、許容応力状態 W_AS の許容限界を満足することを確認する。また、解析コードは「SAP-IV」を使用し、解析コードの検証及び妥当性確認等の概要については、添付書類「VI-5 計算機プログラム(解析コード)の概要」に示す。

基礎ボルトの応力評価として、スペクトルモーダル解析による動解析を実施する。また、固有値解析結果を踏まえ、静解析についても実施する。静解析は、当該評価部位の形状が横軸ポンプと同等であることから、添付書類「VI-2-1-13-4横軸ポンプの耐震性についての計算書作成の基本方針」に記載の評価方法に基づき評価する。

4.2.4 許容応力

評価の許容限界は、許容応力状態 W_AS の許容応力を用いる。評価に用いる許容限界を表 7.5-14 に示す。

表 7.5-14 許容応力

荷重の組合せ	許容応力状態	許容限界		
何里の組合せ	计各心力认愿	引張	せん断	
$D + P_D + M_D + S_S$	IV A S	1.5 · f _t *	1.5° f s*	

4.2.5 使用材料の許容応力評価条件

使用材料及び使用材料の許容応力評価条件を表 7.5-15 に示す。

表 7.5-15 使用材料及び使用材料の許容応力評価条件

評価対象設備	評価部位	材料	温度条件 (℃)	S y (MPa)	S u (MPa)
送風機室空調機(A)(B)	基礎ボルト	SS400	50	231	394

4.2.6 解析モデル

送風機室空調機の解析モデルを図 7.5-3 に示す。解析モデルは、空調機フレームをはり要素にてモデル化する。

図 7.5-3 送風機室空調機の解析モデル

4.2.7 固有周期

固有値解析の結果を表 7.5-16 に示す。

表 7.5-16 送風機室空調機の固有値解析結果

モード	卓越方向	固有周期	水平方向	刺激係数	鉛直方向
4-1	早越 刀 问	(s)	NS 方向	EW方向	刺激係数
1 次	水平				
2 次	水平				
3 次	_				

4.2.8 振動モード図

振動モード図を図 7.5-4 に示す。

図 7.5-4 振動モード図

4.2.9 設計用地震力

本資料において考慮する設計用地震力の算出に用いる設計用床応答曲線及び設計震度を表 7.5-17 に示す。

なお,設計用床応答曲線は,添付書類「VI-2-1-7 設計用床応答曲線の作成方針」に基づき設定する。また,減衰定数は添付書類「VI-2-1-6 地震応答解析の基本方針」に記載の減衰定数を用いる。

表 7.5-17 設計用床応答曲線及び設計震度

建物・構築物		原子炉建屋				
標高 0	.P. (m)	33. 20				
減衰定	三数 (%)		1.0			
適用する	適用する地震動等		基準地震動Ss			
モード	固有周期	応答水平	[[] [] [] [] [] [] [] []	<mark>応答鉛直</mark>		
<u> </u>	(s)	NS 方向	EW 方向	震度*1		
1 次	0.055	7.64	7.64	_		
2 次	0.051	6.81	6.81	_		
3 次	0.050	_	_	_		
動的	震度*2	<mark>2.65</mark>	2.65	1.77		

注記 *1:各モードの固有周期に対し、設計用床応答曲線より得られる震度を示す。 *2:Ss地震動に基づく設計用最大床応答加速度より定めた震度を示す。

4.2.10 評価結果

表 7.5-18 に示すとおり、算出応力は許容応力を超えず、基準地震動Ss に対し、耐震性を有することを確認した。

表 7.5-18 評価結果*1

		长 书	動角	军析	静角	军 析
評価対象設備	評価部位	応力 種類	算出応力 (MPa)	許容応力 (MPa)	算出応力 (MPa)	許容応力 (MPa)
送風機室空調機 (A)(B)	基礎ボルト	引張	55	207	73	207

注記 *1:評価結果は,算出応力と許容応力を踏まえ,評価上厳しい箇所の結果について記載する。

4.3 所内温水系温水熱交換器(A)(B)

4.3.1 構造計画

所内温水系温水熱交換器の構造計画を表 7.5-19 に示す。

表 7.5-<mark>19</mark> 構造計画

計画の	の概要	40T m/z 14t 1/4 [52]
基礎・支持構造	主体構造	概略構造図
所内温水系温水	伝熱プレート,	(単位:mm)
熱交換器はフレ	フレーム, ベー	└
ームを 4 個のべ	スプレートを有	
ースプレートで	するプレート式	
支持し, 基礎台	熱交換器	
に基礎ボルトで		O
設置する。		
		固定フレーム
		TO THE PARTY OF TH
		基礎ボルト
		(側面図)
		伝熱プレート
		固定フレーム 遊動フレーム
		締付ボルト
		ベースプレート (固定側) ベースプレート (遊動側)
		(正面図)
		,— — — ,

4.3.2 評価対象部位

所内温水系温水熱交換器の評価対象部位を表 7.5-20に示す。

表 7.5-20 評価対象部位

機器名称	評価部位
	フレーム
所内温水系温水熱交換器(A)(B)	ベースプレート
	基礎ボルト

4.3.3 計算方法

基準地震動Ssによる地震力に対して耐震性が確保され、溢水に至らないことを確認するために、許容応力状態 IV_AS の許容限界を満足することを確認する。

固有周期及びフレームに発生する各応力の算出は、既往研究「BWRプラントへのプレート式熱交換器適用化に関する研究」(引用文献参照)に基づく評価式より算出する。

ベースプレート及び基礎ボルトに発生する各応力の算出は、当該評価部位の形状が横置一胴円筒形容器と同等であることから、添付書類「VI-2-1-13-2 横置一胴円筒形容器の耐震性についての計算書作成の基本方針」に記載の評価式を基に算出する。

4.3.4 許容応力

評価の許容限界は、許容応力状態 W_AS の許容応力を用いる。評価に用いる許容限界を表 7.5-21 及び表 7.5-22 に示す。

表 7.5-21 許容応力 (フレーム)

荷重の	新宏长 书	許容限界(フレーム)					
担合せ 担合せ	許容応力 状態	一次一般	一次膜応力+	一次+	一次+二次+		
水丘 口 C	1八 応	膜応力	一次曲げ応力	二次応力	ピーク応力		
					* 1		
			左欄の 1.5 倍 の値	Ss地震動のみによる疲労解			
				析を行い、疲労累積係数が			
$D + P_D +$	IV A S	0.6 · S u		1.0 以下であること。但し,			
$M_D + S_S$				地震動のみによる一次+二次応			
				力の変動値が 2・S y 以下であ			
				れば,疲労解析は不要。			

注記 *1:2・ S_y を超える場合は弾塑性解析を行う。この場合、設計・建設規格 PVB-3300 (PVB-3313 を除く。 S_m は 2/3・ S_y と読み替える。) の簡易弾塑性解析を用いる。

表 7.5-22 許容応力 (ベースプレート及び基礎ボルト)

荷重の	許容応力	許容限界* ^{1,*2} (ベースプレート)	許容限界* ^{1,*2} (基礎ボルト)		
組合せ	状態	一次応力		応力	
		引張	引張	せん断	
$D + P_D + M_D + S_S$	IV AS	1.5 · f _t *	1.5 · f _t *	1.5 · f s *	

注記 *1:応力の組合せが考えられる場合には、組合せ応力に対しても評価を行う。

*2: 当該の応力が生じない場合、規格基準で省略可能とされている場合及び他の応力で代表可能である場合は評価を省略する。

4.3.5 使用材料の許容応力評価条件

使用材料及び使用材料の許容応力評価条件を表 7.5-23 に示す。

表 7.5-23 使用材料及び使用材料の許容応力評価条件

評価対象設備	評価部位	材料	温度条件 (℃)	S y	S u (MPa)
	フレーム	SB410N	85	205	394
所内温水系温水熱交 換器(A)(B)	ベースプレート	SS400	85	218	377
	基礎ボルト	SNB7	50	512	671

4.3.6 固有周期

(1)水平方向

固有周期の計算方法を以下に示す。

- a. 所内温水系温水熱交換器の質量は重心に集中するものとする。
- b. 固定フレーム及び遊動フレーム(以下「フレーム」という。)の並列結合 により1質点を支持するものとし,図7.5-5に示す計算モデルとする。
- c. フレームは、ベースプレート及び基礎ボルト締結部の剛性からなる回転ば ねとフレームの剛性からなる曲げせん断ばねの直列結合とする。



図 7.5-5 固有周期の計算モデル

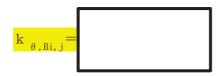
d. 固有周期は次式により求める。

$$T_{i} = 2 \cdot \pi \cdot \sqrt{\frac{m_{0}}{K_{i} \times 10^{3}}}$$
 $K_{i} = K_{i,1} + K_{i,2}$

(a) フレームの剛性

k_{,Fi,j}=

(b)ベースプレートの剛性



ここで,

T; :機器の固有周期(s)

m。:機器の運転時質量(kg)

K_: :固定側及び遊動側の並列剛性(N/mm)

K:: : 固定側又は遊動側の全体剛性(N/mm)

k p. : フレームの剛性 (N/mm)

k opi : ベースプレートの剛性(N・mm/rad)

H :機器の重心高さ(mm)

G .: :フレームのせん断弾性係数 (MPa)

A₁:::フレームの有効せん断断面積(mm²)

E .: :フレーム材の縦弾性係数(MPa)

 I_{res} :フレームの断面二次モーメント (mm^4)

 $\mathbf{k}_{\theta,\mathrm{BPi,\,j}}$:ベースプレートの回転剛性(N・mm/rad)

k _{θ,bi,j} : 基礎ボルト締結部の回転剛性(N·mm/rad)

また, 添字 : i=1,2(1:長辺方向,2:短辺方向)

j=1,2(1:固定側,2:遊動側)

(2)鉛直方向

所内温水系温水熱交換器は、伝熱プレートとフレームが一体に締め付けられた構造であり、一体での挙動を示す。鉛直方向の剛性は、フレームの軸方向剛性とベースプレート及び基礎ボルト締結部の剛性の直列結合であることから、鉛直方向は十分な剛性を有しているとみなせるため、固有周期の計算を省略する。

(3)固有周期算出結果

固有周期算出結果を表 7.5-24 に示す。

表 7.5-24 所内温水系温水熱交換器の固有値算出結果

固有周期(s)						
水平プ	鉛直方向					
長辺方向	短辺方向	」				

注記 *1:「4.3.3(3) 計算方法」に示す引用文献に基づき算出。

*2:固有周期は十分に小さく、計算を省略する。

4.3.7 設計用地震力

本資料において考慮する設計用地震力の算出に用いる設計用床応答曲線及び設計震度を表 7.5-25 に示す。

なお,設計用床応答曲線は,添付書類「VI-2-1-7 設計用床応答曲線の作成方針」に基づき設定する。また,減衰定数は添付書類「VI-2-1-6 地震応答解析の基本方針」に記載の減衰定数を用いる。

表 7.5-<mark>25</mark> 設計震度

建物・構築物	 	減衰定数	設計	震度
	標高 O.P.(m)	(%)	水平方向	鉛直方向
原子炉建屋	15.0	2. 0	6. 18	1. 37

4.3.8 評価結果

表 7.5-26 に示すとおり、算出応力は許容応力を超えず、基準地震動Ssに対し、耐震性を有することを確認した。

表 7.5-<mark>26</mark> 評価結果*¹

評価対象設備	評価部位	応力種類	算出応力 (MPa)	許容応力 (MPa)
所內温水系温水熱交換器 (A)(B)	基礎ボルト	引張	266	323

注記 *1:評価結果は,算出応力と許容応力を踏まえ,評価上厳しい箇所の結果について記載する。

4.3.9 引用文献

・大山 ほか, BWRプラントへのプレート式熱交換器適用化に関する研究, 火力原子力発電, 第 576 号, Vol. 55, No. 9, 2004 年, pp. 962-969.

4.4 タービン補機冷却海水ポンプ(A)(B)(C)

4.4.1 構造計画

タービン補機冷却海水ポンプの構造計画を表 7.5-<mark>27</mark>に示す。

 計画の概要
 概略構造図

 基礎・支持構造
 主体構造

 ポンプはポンプ
 ターボ形たて

 れ、ポンプペー
 由ポンプ)

 スは基礎ボルト
 ボンフ取付ボルト

 原動機取付ボルト
 原動機取付ボルト

 原動機取付ボルト
 基礎ボルト

表 7.5-27 構造計画

4.4.2 評価対象部位

タービン補機冷却海水ポンプの評価対象部位を表 7.5-28に示す。

機器名称 評価部位 基礎ボルト タービン補機冷却海水ポンプ ポンプ取付ボルト (A)(B)(C) 原動機台取付ボルト 原動機取付ボルト

表 7.5-28 評価対象部位

4.4.3 計算方法

4.4.4 許容応力

評価の許容限界は、許容応力状態 IV_AS の許容応力を用いる。評価に用いる許容限界を表 7.5-29 に示す。

表 7.5-<mark>29</mark> 許容応力

荷重の組合せ	許容応力状態	許容限界		
19 里の船占で	計分心力が思	引張	せん断	
$D + P_D + M_D + S_S$	IV A S	1.5 · f _t *	1.5 • f _s *	

4.4.5 使用材料の許容応力評価条件

使用材料及び使用材料の許容応力評価条件を表 7.5-30 に示す。

表 7.5-30 使用材料及び使用材料の許容応力評価条件

評価対象設備	評価部位	材料	温度条件	S y (MPa)	S u (MPa)
	基礎ボルト	SCM435	50	764	906
タービン補機冷却海水ポ	ポンプ取付 ボルト	SCM435	50	764	906
ンプ(A)(B)(C)	原動機台取付ボルト	SCM435	50	764	906
	原動機取付ボルト	SUS304	50	198	504

ター	ビン補	機冷却海ス	水ポンプの	解析モ	デルを	図 7.5-	- <mark>6</mark> に示す。	解
シャフ	卜部,	コラム部,	ペデスタ	ル部を	考慮し	た多質	点系モデル	ンと・
1								

4.4.6 解析モデル

図 7.5-<mark>6</mark> タービン補機冷却海水ポンプ 解析モデル

4.4.7 固有周期

固有値解析の結果を表 7.5-31 に示す。

表 7.5-31 タービン補機冷却海水ポンプの固有値解析結果

モード	卓越方向	固有周期	水平方向	鉛直方向	
	早越 刀间	(s)	NS 方向	EW 方向	刺激係数
1 次	水平				
2 次	水平				

4.4.8 振動モード図

振動モード図を図 7.5-<mark>7</mark> に示す。

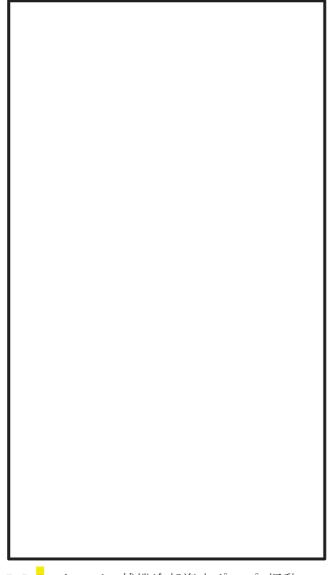


図 7.5-<mark>7</mark> タービン補機冷却海水ポンプ 振動モード

4.4.9 設計用地震力

本資料において考慮する設計用地震力の算出に用いる設計用床応答曲線及び設計震度を表 7.5-32 に示す。

なお,設計用床応答曲線は,添付書類「VI-2-1-7 設計用床応答曲線の作成方針」に基づき設定する。また,減衰定数は添付書類「VI-2-1-6 地震応答解析の基本方針」に記載の減衰定数を用いる。

建物 · 構築物 海水ポンプ室補機ポンプエリア 標高 O.P. (m) 2.25 1.0 減衰定数(%) 適用する地震動等 基準地震動 S s 応答水平震度*1 固有周期 応答鉛直 モード 震度*1 (s)NS 方向 EW方向 1 次 2 次 動的震度*2 1.83 1.83 1.94

表 7.5-32 設計用床応答曲線及び設計震度

注記 *1:各モードの固有周期に対し、設計用床応答曲線より得られる震度を示す。 *2:Ss地震動に基づく設計用最大床応答加速度より定めた震度を示す。

4.4.10 評価結果

表 7.5-33 に示すとおり、算出応力は許容応力を超えず、基準地震動Ss に対し、耐震性を有することを確認した。

評価対象設備	備 評価部位 応力種類		算出応力	許容応力
计侧对象权师	바꾸게때 타이기다.	/い / / / 1里 大只	(MPa)	(MPa)
タービン補機冷却海水	百割松店人公司	717E	0.0	1.45
ポンプ(A)(B)(C)	原動機取付ボルト	引張	98	145

表 7.5-33 評価結果*1

注記 *1:評価結果は,算出応力と許容応力を踏まえ,評価上厳しい箇所の結果について 記載する。

4.5 循環水ポンプ(A)(B)

4.5.1 構造計画

循環水ポンプの構造計画を表 7.5-35 及び表 7.5-36 に示す。なお、循環水ポン

プ(B)は吊下管寸法が大きく,またベース架台を設置している点で循環水ポンプ

(A)と構造が異なる。

表 7.5-34 循環水ポンプ(A) 構造計画

	2,	
計画の	の概要	概略構造図
基礎・支持構造	主体構造	에게 바보스
ポンプはポンプ	ターボ形	(単位:mm)
ベースに固定さ	(ターボ形たて	
れ, ポンプベー	軸ポンプ)	
スは基礎ボルト		
で基礎に据え付		
ける。		吐出エルボ 取付ボルト ホルト 基礎ボルト

表 7.5-35 循環水ポンプ(B) 構造計画

計画の概要		概略構造図
基礎・支持構造	主体構造	에게 바보스
ポンプはポンプ	ターボ形	
ベースに固定さ	(ターボ形たて	, . <u> </u>
れ, ポンプベー	軸ポンプ)	
スは基礎ボルト		
で基礎に据え付		
ける。		世出エルボ 取付ボルト ボルト ベース架台 取付ボルト 基礎ボルト

4.5.2 評価対象部位

循環水ポンプの評価対象部位を表 7.5-36に示す。

表 7.5-<mark>36</mark> 評価対象部位

機器名称	評価部位
	基礎ボルト
循環水ポンプ(A)	ポンプ取付ボルト
個塚小小ンフ(A)	吐出エルボ取付ボルト
	吐出配管ボルト
	基礎ボルト
	ポンプ取付ボルト
循環水ポンプ(B)	吐出エルボ取付ボルト
	吐出配管ボルト
	ベース架台取付ボルト

4.5.3 計算方法

基準地震動Ssによる地震力に対して耐震性が確保され、溢水に至らないことを確認するために、スペクトルモーダル解析による地震応答解析により、許容応力状態 IV_AS の許容限界を満足することを確認する。また、解析コードは「MSC NASTRAN」を使用し、解析コードの検証及び妥当性確認等の概要については、添付書類「VI-5 計算機プログラム(解析コード)の概要」に示す。

4.5.4 許容応力

評価の許容限界は、許容応力状態 W_AS の許容応力を用いる。評価に用いる許容限界を表 7.5-37 に示す。

表 7.5-37 許容応力

荷重の組合せ	許容応力状態	許容限界		
		引張	せん断	
$D + P_D + M_D + S_S$	IV A S	1.5 • f _t *	1.5 · f _s *	

4.5.5 使用材料の許容応力評価条件 使用材料及び使用材料の許容応力評価条件を表 7.5-38 に示す。

表 7.5-38 使用材料及び使用材料の許容応力評価条件

評価対象設備	評価部位	材料	温度条件 (℃)	S y	S u (MPa)
	基礎ボルト	SS400	50	211	394
Æ τΨ / /	ポンプ取付 ボルト	SNCM630	50	873	1061
循環水ポンプ(A)	吐出エルボ 取付ボルト	SNCM630	50	873	1061
	吐出配管ボルト	SS400	50	211	394
	基礎ボルト	SS400	50	211	394
	ポンプ取付 ボルト	SNCM630	50	873	1061
循環水ポンプ(B)	吐出エルボ 取付ボルト	SNCM630	50	873	1061
	吐出配管ボルト	SCM435	50	764	906
	ベース架台 取付ボルト	SNCM630	50	873	1061

4.5.6	解析モデル
	循環水ポンプの解析モデルを図 7.5- <mark>8</mark> 及び図 7.5- <mark>9</mark> に示す。 <mark>解析モデルは,シ</mark>
4	ャフト部及びケーシング部を考慮した多質点系モデルとする。

図 7.5-8 循環水ポンプ(A)解析モデル

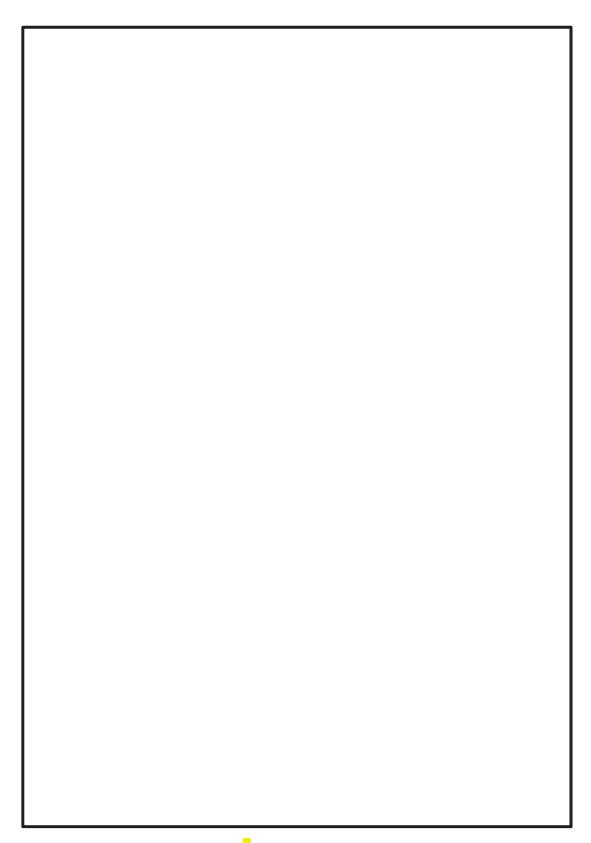


図 7.5-9 循環水ポンプ(B)解析モデル

4.5.7 固有周期

固有値解析の結果を表 7.5-<mark>39</mark>~表 7.5-<mark>42</mark> に示す。

表 7.5-39 循環水ポンプ(A)吐出軸方向の固有値解析結果

モード	卓越方向	固有周期	水平方向 刺激係数	鉛直方向 刺激係数
		(s)	州 傲 徐 毅	机傲徐毅
1 次	水平			
<mark>2 次</mark>	水平			
3 次	水平			
4 次	水平			
<mark>5 次</mark>	水平			

表 7.5-40 循環水ポンプ(A)吐出軸直角方向の固有値解析結果

モード	卓越方向	固有周期	水平方向	鉛直方向
		(s)	刺激係数	刺激係数
1 次	水平			
<mark>2 次</mark>	水平			
<mark>3 次</mark>	水平			
4 次	水平			
<mark>5 次</mark>	水平			

表 7.5-41 循環水ポンプ(B) 吐出軸方向の固有値解析結果

モード	卓越方向	固有周期 (s)	水平方向 刺激係数	鉛直方向 刺激係数
1 次	水平			
2 次	水平			
3 次	水平			
4 次	水平			
5 次	水平			

表 7.5-42 循環水ポンプ(B)吐出軸直角方向の固有値解析結果

モード	卓越方向	固有周期	水平方向	鉛直方向
	早越刀间	(s)	刺激係数	刺激係数
1 次	水平			
2 次	水平			
3 次	水平			
4 次	水平			
5 次	水平			

4.5.8 振動モード図

振動モード図を図 7.5-10~図 7.5-13 に示す。

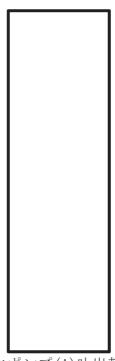


図 7.5-10 循環水ポンプ(A)吐出軸方向 振動モード

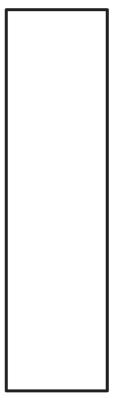


図 7.5-11 循環水ポンプ(A)吐出軸直角方向 振動モード

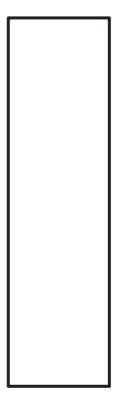


図 7.5-<mark>12</mark> 循環水ポンプ(B)吐出軸方向 振動モード

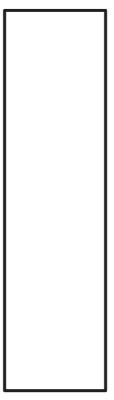


図 7.5-13 循環水ポンプ(B)吐出軸直角方向 振動モード

4.5.9 設計用地震力

本資料において考慮する設計用地震力の算出に用いる設計用床応答曲線及び設計震度を表 7.5-43~表 7.5-46 に示す。

なお、設計用床応答曲線は、添付書類「VI-2-1-7 設計用床応答曲線の作成方針」に基づき設定する。また、減衰定数は添付書類「VI-2-1-6 地震応答解析の基本方針」に記載の減衰定数を用いる。

表 7.5-43 設計用床応答曲線及び設計震度 (循環水ポンプ(A)吐出軸方向加振)

建物	• 構築物	海水ポンプ室循環水ポンプエリア			
標高0	.P. (m)	7. 25 2. 25 -0. 55			
減衰定	三数 (%)		1.0		
適用する	る地震動等	基準地震動Ss			
モード	固有周期 (s)	応答水 [□] NS 方向	P震度*1 EW 方向	応答鉛直 震度*1	
1 次 2 次 3 次 4 次 5 次					
 動的	震度*2	1.42	1.42	2.02	

注記 *1:各モードの固有周期に対し、設計用床応答曲線より得られる震度を示す。

*2: S s 地震動に基づく設計用最大床応答加速度より定めた震度を示す。

表 7.5-44 設計用床応答曲線及び設計震度 (循環水ポンプ(A)吐出軸直角方向加振)

建物・構築物		海水ポンプ室循環水ポンプエリア			
標高 O.P. (m)		7. 25 2. 25 -0. 55			
減衰定	三数 (%)		1.0		
適用する	る地震動等		基準地震動 S s		
モード	固有周期 (s)	応答水 ^立 NS 方向	平震度*1 EW 方向	応答鉛直 震度* ¹	
1 次 2 次					
3 次					
4 次					
<mark>5 次</mark>					
動的	震度*2	1.42	1.42	<mark>2. 02</mark>	

注記 *1:各モードの固有周期に対し、設計用床応答曲線より得られる震度を示す。 *2:Ss地震動に基づく設計用最大床応答加速度より定めた震度を示す。

表 7.5-45 設計用床応答曲線及び設計震度 (循環水ポンプ(B)吐出軸方向加振)

建物	構築物	海水ポンプ室循環水ポンプエリア			
標高 O.P. (m)		7. 25 2. 25 -0. 55			
減衰定	三数 (%)		1.0		
適用する	る地震動等	基準地震動Ss			
モード	固有周期 (s)	応答水平 NS 方向	平震度*1 EW 方向	応答鉛直 震度*1	
1 次 2 次 3 次 4 次 5 次					
動的	震度*2	1.42	1.42	2.02	

注記 *1:各モードの固有周期に対し、設計用床応答曲線より得られる震度を示す。 *2:Ss地震動に基づく設計用最大床応答加速度より定めた震度を示す。

表 7.5-46 設計用床応答曲線及び設計震度 (循環水ポンプ(B)吐出軸直角方向加振)

建物・構築物		海水ポンプ室循環水ポンプエリア			
標高 O.P. (m)		7. 25 2. 25 -0. 55			
減衰定	三数 (%)		1.0		
適用する	る地震動等		基準地震動 S s		
モード	固有周期 (s)	応答水 ^立 NS 方向	平震度*1 EW 方向	応答鉛直 震度* ¹	
1 次					
2 次					
3 次					
4 次					
5 次					
動的	震度*2	1.42	1.42	2.02	

注記 *1:各モードの固有周期に対し、設計用床応答曲線より得られる震度を示す。 *2:Ss地震動に基づく設計用最大床応答加速度より定めた震度を示す。

4.5.10 評価結果

表 7.5-47 に示すとおり、算出応力は許容応力を超えず、基準地震動Ss に対し、耐震性を有することを確認した。

表 7.5-47 評価結果*1

評価対象設備	評価部位	応力種類	算出応力 (MPa)	許容応力 (MPa)
循環水ポンプ(A)	吐出配管ボルト	引張	126	174
循環水ポンプ(B)	吐出エルボ取付 ボルト	引張	305	557

注記 *1:評価結果は,算出応力と許容応力を踏まえ,評価上厳しい箇所の結果について 記載する。

4.6 燃料プール冷却浄化系プリコートポンプ

4.6.1 構造計画

燃料プール冷却浄化系プリコートポンプの構造計画を表 7.5-48に示す。

計画の概要 概略構造図 基礎・支持構造 主体構造 ポンプはポンプラず巻形 (単位:mm) ベースに固定さ (うず巻形横軸 ポンプ 原動機 ポンプ取付 れ, ポンプベー ポンプ) ボルト スは基礎ボルト 軸中心 で基礎に据え付 ける。 原動機取付 基礎ボルト ポンプベース ボルト

表 7.5-48 構造計画

4.6.2 評価対象部位

燃料プール冷却浄化系プリコートポンプの評価対象部位を表 7.5-49に示す。

機器名称評価部位燃料プール冷却浄化系プリコート
ポンプ基礎ボルトポンプ取付ボルト原動機取付ボルト

表 7.5-49 評価対象部位

4.6.3 計算方法

基準地震動Ssによる地震力に対して耐震性が確保され、溢水に至らないことを確認するために、許容応力状態 IV_AS の許容限界を満足することを確認する。

4.6.4 許容応力

評価の許容限界は、許容応力状態 IV_AS の許容応力を用いる。評価に用いる許容限界を表 7.5-50 に示す。

表 7.5-<mark>50</mark> 支持構造物の許容限界

世 手 の 知 人 山	許容応力 状態	許容限界* ^{1,*2} (ボルト等)		
荷重の組合せ		一次応力 引張 せん断		
$D + P_D + M_D + S_S$ $IV_A S$		1.5 · f _t *	1.5 · f s*	

注記 *1:応力の組合せが考えられる場合には、組合せ応力に対しても評価を行う。

4.6.5 使用材料の許容応力評価条件

使用材料及び使用材料の許容応力評価条件を表 7.5-51 に示す。

表 7.5-51 使用材料及び使用材料の許容応力評価条件

評価対象設備	評価部位	材料	温度条件 (℃)	S y	S u (MPa)
	基礎ボルト	SS400	50	231	394
燃料プール冷却浄化系プ リコートポンプ	ポンプ取付 ボルト	SS400	50	211	394
	原動機取付ボルト	SS400	50	211	394

4.6.6 設計用地震力

評価に用いる設計震度を表 7.5-52 に示す。

表 7.5-52 設計震度

Z + H/m . + + + + + + + + + + + + + + + + + +	無方 o p ()	設計震度		
建物・構築物	標高 O.P.(m)	水平方向	鉛直方向	
原子炉建屋	15.00	1. 97	1. 37	

4.6.7 評価結果

表 7.5-53 に示すとおり、算出応力は許容応力を超えず、基準地震動Ss に対し、耐震性を有することを確認した。

表 7.5-53 評価結果*1

評価対象設備	評価部位	応力種類	算出応力 (MPa)	許容応力 (MPa)
燃料プール冷却浄化系 プリコートポンプ	基礎ボルト	引張	18	207

注記 *1:評価結果は,算出応力と許容応力を踏まえ,評価上厳しい箇所の結果について記載する。

7.6 溢水源としない耐震 B, C クラス配管の耐震評価の考え方

配管の耐震設計については、日本電気協会「原子力発電所耐震設計技術指針 JEAG 4601」 等に基づき、一次応力評価、一次十二次応力評価、疲労評価を実施している。

一方, 溢水源としない耐震 B, C クラス配管の耐震評価については, 疲労に着目した評価手法 及び評価基準値を適用し評価を実施している。これは, 「原子力発電所耐震設計技術規定 JEAC4601-2008」等の知見を参考にしたものであり, 地震荷重に対する配管の破損形態と設計限 界に関しては, これまでに様々な試験や研究等が実施され, 以下のような知見が得られている。

- ・配管の地震荷重による破損形態は、ラチェットを伴う低サイクル疲労であり、塑性崩壊は 起きなかった。
- ・ラチェットを伴う低サイクル疲労による破損寿命は、使用材料の設計疲労線図に対して余 裕がある。
- ・配管に設計許容限界を超える地震荷重が負荷された場合でも、進行性過大変形が発生しない。
- ・疲労に対する耐震設計上の制限を設けることにより、配管の変形を塑性崩壊が起きないレベルに抑えることが可能であり、崩壊防止のための一次応力制限は不要である。

(詳細は別紙(参考文献抜粋)参照)

内部溢水影響評価において着目する地震起因による耐震 B, C クラス配管から溢水が発生する損傷モードは、配管にき裂<mark>又</mark>はそれ以上の損傷が生じる状態であり、上記知見によれば、低サイクルラチェット疲労に起因するものである。

したがって<mark>、耐</mark>震 B, C クラス配管の耐震評価については、溢水防止の観点から、疲労に着目 した評価手法及び評価基準値を適用し、配管のバウンダリ機能が確保されることを確認する。

参考文献:原子力発電所耐震設計技術規定(JEAC4601-2008, 日本電気協会)

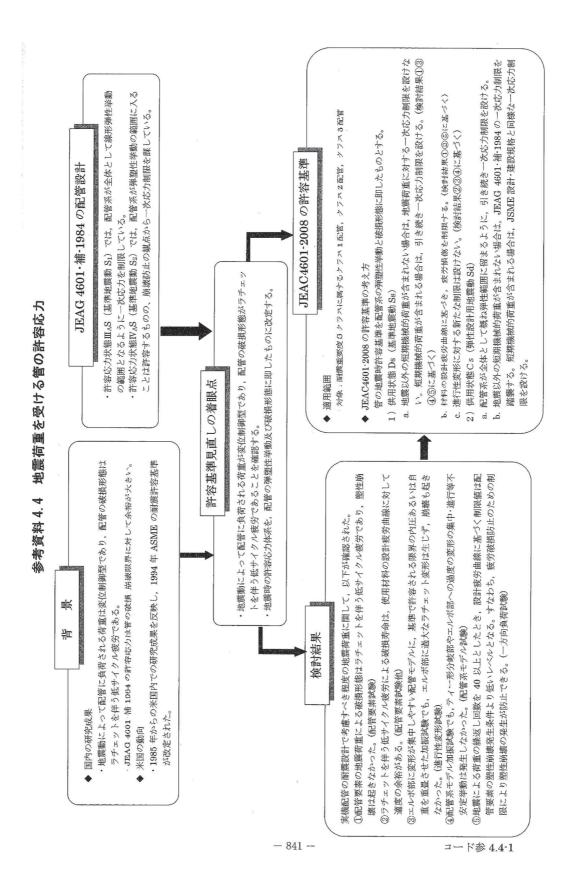


図 7.6-1 配管要素試験 (原子力発電所耐震設計技術規程 JEAC4601-2008 より抜粋)

JEAC4601-2008 より抜粋) (原子力発電所耐震設計技術規程 配管要素試験 7.6-2

(200) 開報 (mm) 劫渡 a 台 台 台 台 80 回载 (sycle) 配管要素に静的及び動的な繰返し荷重が負荷された場合の破損形態及び破損限界を明らかにする。

参図 4.4-3 ひずみ履歴(静的緑返し荷重試験)

参図 4.4-4 変位履歴 (動的加振試験)

参表 4.4-1 配管要素単体試験結果

静的繰返し荷重試験

き殺貫通 位置

荷重線返数

加振波 正弦波

き殺責通 位置

荷車線返数

七年 6.9

最大ひず み範囲(%) 2.3 2,4 2.6

10 | | | | | | |

試験ケース

8

121

正法汝 正弦波

691

01.0

99 89

5.4 6.6 1.7 6.4 21.8 34.1

Sm/2

曲げ管 内圧 曲げ管 内压

94

65

±33 100

(1(

63

33 33 33 33

sch40, 内压Sm, 基準

由い"省 メデントス第

曲げ管, 炭素鋼, 100A

動的加振試験

100A, Seb40, 点素網及びオーステナイトダステンレス網 **ドルボ, アイー, ノズル, レデューサ** 配管要素の口径, 肉厚, 材質: 試験研究 B-

曲げ篭、ティー、ノズル、直管

試験研究A

(q

- ド参 44・2

a)試驗対象:

コ

試驗方法

1. 配管要素試験

--- 2004 & 65A, Sch40, 炭素鋼及びオーステナイト系ステンレス鋼 試験研究B-实験研究 A

静的繰返し荷重試験:疲労試験機あるいは油圧アクチュエータにより、1 サイクル数分程度の準静的荷 試驗方法 ()

動的加振試験:試験体の一端を振動台上に固定,他端に加振方向に自由に動く付加質量を取付けた状態 で加級することにより,付加質量に慣性力を発生させる。参図 4.4-2 参照。 重速度で完全両振の変位制御荷重を負荷する。参図 4.4-1 参照。

荷重レベル:配管要素が弾塑性挙動を示し,10~100回の繰返しで抜労破損すると予想されるレベルの 帯重を負指する。 試験はすべて室温で実施した。

参図 4.4-2 動的加振試験装置 振動台 價性質量 リニアガイド

- 842 -

地震波

73

正弦波 地震波 地震波 正弦波

1

143

21.0

1.6

42.5

sch40, 内压Sm, 基準~7

146

正弦波

135

1300

1050

9.0 1.8

6

曲げ管 荷重レベア1 曲げ管 荷重レベル2

試験研究 V

3.1

0

101 157 164

25 20 55

2.0 2.3

> 100Asch40, 内压Sm 100Asch40, 内压 Sm エルボ, 炭素鋼, 200A

ティー、炭素鋼。 直管,灰素鋼,

130

+33 +11 ± 21 ±50 +56

正弦波 正弦波 正弦波 正弦波

290

地震波

範囲 範囲

1

185

14.7

1.2

15.5

エルボ 65Asch40

79

00 90 地震波

節田 100

地群波

1

192

28.3

2.7

57.5

ステンレス銅

エルボ

96

参図 4.4-1 静的繰返し荷重試験装置

1 例として,試験研究 B-エルボ(炭素鋼, 200Asch40, 内圧 Sm,基準/-3)の静的線返し荷重試験における横 b. 試験結果

試験結果を一覧表にして参表 4.4・1 に示す。すべての試験ケースで破損形態は疲労であり、塑性崩壊は生 ひなかった。変位量がほぼ同じケースや比較すると,を数貫通時の荷盧繰返数は静的繰返し試験と動的拍散 試験でほぼ同等であった。ラチェットによる累積ひずみは、内圧による応力がSm 相当となる条件でも、材 護外面ひずみの変化を参図 4.4-3,動的加振試験における自由端変位の変化を参図 4.4-4 に示す。 料試験結果から得られた配管材料の破断ひずみ*1より十分小さかった。

以上から,交番荷重である地震荷重が加わる場合の損傷形態は,Sm 相当の内圧応力が作用する場合も含 <検討維集のに対応>

めて疲労破損であり、塑性崩壊は生じないことが確認された。

材材試験で得られた配管材料の真破断施程は以下のとおり... 貸駿研究 A で使用した材料・炭素網(室温) 82%。 ボルバ網(窓温) 201% 試験研究 B で使用した材料・炭素鋼(発温) 112%。 バケル網(送温) 188%

試驗研究 A:鑑力共通研究 試験研究 B:原子力溶電施設耐震信赖生実証試験-贮管系終局強度耐震情報性実証試験(原子力発電技術機構) 紀

X

地震液 地震波10回 地震波 4回 100 範囲 103 節田 範囲 62 *:曲げ管とエルボのひずみはエルボ機能外面で計割された因方向ひずみである。 **:繰り返し荷重の境別に伴り局部変形の影響により、この計割点では圧縮圏の単揺ひずみが発生した。 地震波 地震波 地縣波 136 71 86 37.9 -1.6** 13.3 1.7 4.8 5.0 36.9 30.8 49.8 200A/150Asch40 内压Sm 管 200Asch40, 内压 Sm 200Asch40, 内压Sm フドューナ、欧紫鑞 アイー、炭素鋼 ノズル、炭素鋼、 荒戰師究日

2. 一方向負荷試験

配管要素に一方向の荷重を負荷した場合の塑性変形挙動と崩壊荷重を把握する。

試験体の弾塑性挙動を弾塑性 FEM 解析により予測し、負荷部分の試験結果と比較したところ、解析によ

c. 解析的アプローチ

る荷重一変位線図は試験結果をわずかに下回るものの、全体的な傾向は良く一致した。(参図4.4-8)

ひずみ関係を多直線近似したもの 解析に適用した弾塑性特性は、試験 依材料の引張試験で得られた広力・

50 P4

(KN) 重点

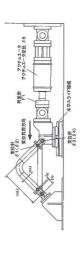
90 20

9 8 8 である。

- a. 試験方法 (試験研究 A の場合)
- a) 試驗対象:90° エルボ
- b) 口径·肉厚·材質:200A、Sch20、STS410
- c) 試験方法
- · 荷重条件

変位負荷方向	圣	噩
か圧	0	8.30MPa
対験シーメ	1	27

- ・負荷速度:5~10mm/min これは十分に低い負荷速度である
- ・内圧条件: 8.30MPa (STS410,200A,sch20 の管に Sm 相当の周方向応力が生ずる圧力)
- d) 計測項目
- ・荷重一変位関係, ひずみ, 肉厚/口径
- e) 試験体及び試験装置概念図(参図 4.4-5)



参図 4.4-5 試験装置概念図

p. 試験結果

内圧がないケースでは,最大荷重点に達した後,荷重が低下した(参図 4.4-6)。Sm 相当の応力が生じる内 スでも試験で得られた最大荷重は 2tanθ 法により算定した崩壊荷重(図中の実線と 2 点鎖線の交点)を若干上 圧を加えたケースでは,最大荷重点に蓬した後もほとんど荷重が低下しなかった(参図 4.4-7)。どちらのケー 回り, 2tanθ法が崩壊荷重を適度に保守的に予想することが分かった。





参図4.4.9 は、解析で得られた荷重一変位線図に、設計疲労線図より求まる許容ひずみに対応する変位を 重ね書きしたものである。地震時の荷重繰返しを 40 回以上とした場合,許容される変位は最大荷重点変位 より小さく、疲労制限により塑性崩壊発生を防止できる。なお、原子力発電所の耐震設計での疲労評価に 適用される地震荷重の繰返数は60回程度である。

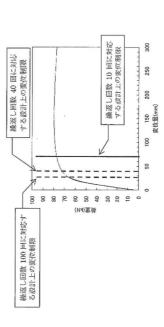
参図 4.4-8 荷重-ピン間変位線図(内圧有)

250

100

20

以上から、疲労に対する耐震設計上の制限を設けることにより、配管の変形を塑性崩壊が起きないレベ ルに抑えることが可能であり、崩壊防止のための一次応力制限は不要である。



参図 4.4-9 荷重 - 変位線図と疲労制限で許容される変位との比較

300

250

00 150 200 ビン閻爽位 (mm)

100

荷重-ピン間変位線図 (内圧あり)

コード参 4.4・3

JEAC4601-2008 より抜粋) 配管要素試驗(原子力発電所耐震設計技術規程 ₹ 7.6-3

- 843 -

3. 進行性変形試験

a. 試驗方法

1985~1992 年に EPRI/NRC が実施した一連の配管要素加振試験では,崩壊は発生しなかったが,いくつ 37を取上げ、参図4.4-10に示す類似形状の試験体を用いて参表4.4-2に示す条件で加振試験を実施した。エ かの試験体で疲労き裂貫通以前に過大な進行性変形が生じた(添付資料の参考文献[6])。代表例として Test# ルポには内圧により周方向応力 1.08m、軸方向応力 0.58m、自重により 1.08m の一次応力を生じさせた。

参表 4.4-2 進行性変形試験ケース

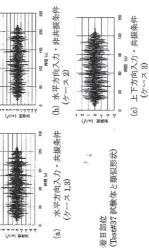
ド参 4.4-4

然為		footen to de	and the first way	最大入力	設計評価上の1	設計評価上の1次応力レベル(2)	+ 45
ケース	加板板	7JUSTE 77 [4]	SOLVE THE	加速度(m/s2)	減衰比 0.5%	波衰比 5.0%	金ん
1	地震波	水水	共振 (Rw=0.9)	7.0	約 48Sm	約 16Sm	Ī
2	地震波	本平	非共振 (Rw=0.5)	4.2	約 6Sm	約 3Sm	扳動台性能限界
8	地無波	* + 本	共振 (Rw=0.9)	水平:7.3 上下:2.5	約 50Sm 水平:約 48Sm 上下:約 2Sm	約178m 水平:約168m 上下:約18m	振動台性能限界

表示の設計用域衰症数を用いた応答スペクトル解析(加端な1)より末まる地震情性力をもとに算定されるモーメントを用いて、おひ評価以に基づき地震損性力のやシー気が力強さを算出した。設計上の許舎あ力は38m。 (*1): Rw=入力地震弦の卓越振動数/試験体の1次固有振動数(*2): 表示の設計用減衰定数を用いた応答スペクトル解析(拡幅/

(a) Mai

並締部質量 ▼ 162kg



←着目部位

(a)

外像114.3mm 図厚 6mm STP1370 管内水なし

参図 4.4-11 入力地震波の加速度波形

b. 試験結果

参図 4.4-10 試験体形状

散製品

試験結果を参表 4.4-3 に示す。EPRI/NRC の試験では、エルボ閉方向に過大な進行性変形が生じたと報告 されているが,内圧ありの条件で実施した本試験ではエルボ開方向に残留変形が生じた。JEAG4601·種 -1984の許容応力の約17倍の応力となる地震荷重を加えた場合でも、過大な進行性変形は生じなかった。 <検討結果③に対応>

参表 4.4-3 進行性変形試験結果

(水平共振 Rw=0.9) 表大人力加速度 (m/s²) 7.0 7.0 2.4		(木平非共振 w=0.5) 4.2 約 6Sm*3	(水平非共振 w=0.5) (水平上下共振 Rw=0.9) 4.2 7.3(水平) / 2.5(上下)
\vdash	.0 8Sm	4.2 約 6Sm*3	7.3(水平) / 2.5(上下)
	8Sm	約 6Sm*3	10 F 00
			HCOC CM
	(許容応力の約16倍)	(許容応力の約2倍)	(許容応力の約17倍)
累積たわみ角 (deg) 4.8	80	6.0	5.1
最大たわみ角 (deg) 7.2	2	2.1	7.5
崩駿判定值"2 (deg)		8.0	

(*1):設計用減衰定数 0.5%を用いた応答スペクトル解析(拡幅無し) より求まる地震慣性力をもとに算定さ

れるキーメントを用いて、応力評価式に基づき算出した一姿応力強さ (*2) : 2はあの 労 光により状めた値 (*3) : 野黎後のシミュレーション発作により、野早評価上の一次応力ァベラが約 12Sm でも過大な通行ά変 形が生りないことが確認されている。

4. 進行性変形解析

Test#37 と類似形状をもつ解析モデル(参図 4.4-12)に対し, 記条件にて解析を実施した。

1

D/t(外径/肉厚):950A:965.2/9.5=101.6 350A: 355.6/3.5=101.6

解析ケース:共療状態(Rw=0.9), 非共振状態(Rw=0.5), 加振レベル:・エルボ部に設計許容限界相当の応力が発生するレ ベル(一次応力装算値で 8.3 Sm) D/t≤100 でJSME 設計・建設規格の応力係数値及び式の適用可 自 車:1.5 Sm, 内圧:なし,

・それを超えるレベル(一次応力換算値で 13.5 Sm) 村 特: SUS304TP

主経質量(節点付加) · :節点 :節点 (6自由度构束) : 14 要素 (elbow31) (固定結一75% 固) はり要素 (plpe31) 王極質量 5470 [kg]

参回 4. 4-12 解析モデル(050A)

容限界 1.5Sm(本解析では内圧による周方向応力 0Sm,自重による応力 1.5Sm)となる条件下で,設計許容限界 解析結果を参表 4.4-4 に示す。現行基準で許容される最大の D/t (約 100)をもつ配管に対して,一次応力の許 を超える応力が管に発生するよう地震荷重を負荷した場合でも,エルボ部の閉方向累積たわみは 2tan θ 法によ る崩壊判定値に達せず、進行性過大変形が発生しないことが確認された。

参表 4.4-4 進行性変形の解析結果

解析・モデル	板動数比	加振による 1次応力	取籍たわみ角 (deg)	9tan β 洙による 崩壊判定値	累積たわみ 崩壊判定値
4000	Rw = 0.9	8.3 Sm	1.1	4.3	0.25
SOCA	Rw = 0.5	8.3 Sm	1.4	4.3	0.33
, oro	Rw = 0.9	13.5 Sm	1.6	4.3	0.37
Spor	Rw = 0.5	13.5 Sm	2.9	4.3	0.67
Acres	Rw = 0.9	13.5 Sm	2.3	5.8	0.40
Ance	Rw = 0.5	13.5 Sm	3.8	5.8	0.66

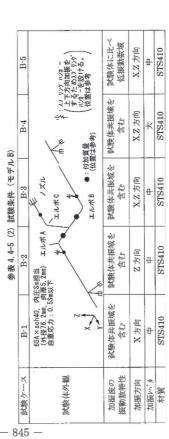
JEAC4601-2008 より抜粋) 配管要素試驗(原子力発電所耐震設計技術規程 ⊠ 7.6-4

844 -

5. 配管系モデル試験

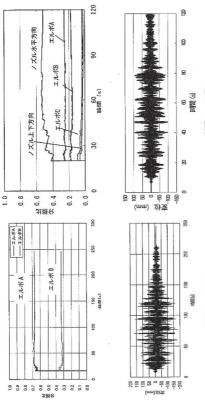
おいて,2 次元配管系モデル(モデル A)と3 次元配管系モデル(モデル B)を用い、振動台上で地震波加振試験 が実施された。参表 4.4.5 に試験条件を示す。このうち,試験ケース A-2 及び B-4 はエルボ横腹部に疲労によ 配管系としての基本的な弾塑性応答挙動を明らかにするために,財団法人原子力発電技術機構(NUPEC)に る貫通き裂が生じるまで加振を繰り返した。

加振波の 試験体 振動数特性 (4) 加坡方向 X 加振い。4	A-1 654×coho parsati 654×coho parsati 1	A-2 大井振城を含む C方向	A:3 エルボA エルボB 関聯体共振域を 合む X方向	A·4 B·2 / 2 2 2 2 2 2 2 2 2	A·5 A·5 A·6 A·7 A·7 A·7 A·7 A·7 A·7 A·7	(A-60.A) (A-60
材質 ST	STS410	STS410	STS410	STS410	SUS304TP	STS410



ド参 4.4-5

試験ケース A·2 及び B-4 では, (-次+二次応力)レベルが配管系の耐震基準許容限界を大幅に上回り, A-2 で約 39Sm, B-4 で約 21Sm に達した。配管系の耐震許容限界を大幅に上回ったにもかかわらず,不安定な挙 動は生じなかった。エルボ等配管要素における負荷モーメントとたわみ角の測定データから消散エネルギとそ の累積を求め、各配管要素の累積消散エネルギ分担比の時間変化を求めた(参図 4.4-13)。<u>地震荷重の総統中、各</u> <u>配管要素の分担比は安定しており,弾塑性拳動による一部配管要素への消散エネルギー集中は生じなかった。</u> <検討結果®に対応> b. 試験結果



参図 4.4-13 応答変位と累積消散エネルギーの分担比の時間変化

参考文献:「原子力発電施設耐震信頼性実証に関する報告書 その2 配管系終局強度」

(財) 原子力発電技術機構, 平成14年3月

平成 13 年度報告書、

JEAC4601-2008 より抜粋) 配管要素試驗(原子力発電所耐震設計技術規程

図7.6-5

6. 財団法人原子力発電技術機構による実規模配管系試験の結果

の把握,JEAG4601-1987で体系付けられた耐震設計手法の妥当性実証,及び安全余裕の確認がなされた。配 平成 10 年度から平成 15 年度まで、経済産業省原子力安全・保安院からの委託事業として財団法人原子力 試験が実施された。実規模配管系試験では,JEAG4601・補・1984 の許容応力を上回る負荷条件での応答举動 発電技術機構(以下,「NUPEC」という)において,実機配管系の特徴を有する配管モデル試験体の地震波加振 **管終局度討験では,地震波加振での配管破損モードの確認及び破損限界の把握がなされた。**

p. 試験体

コード参 4.4-6

< 実規模配管系試験>

配管口径: 216.3mm(公称值) 肉厚: 8.2mm(公称值)

下記の要求される構造的特徴および要求される地 **震応答特性を備えた試験体を用いた。**

- ・3 次元的な広がりを有する配管ルート (1) 要求される構造的特徴
- ・応力集中が高いエルボ、ティ等の配管要素
- ・実機で配管に使用される材質(炭素鋼 STS410) ・実機の主要サイズと同等の配管口径及び約厚

 - ・配管支持構造物が均等配置, 重量弁あり
 - ・1 次の固有振動数が 3~7Hz 程度 (2) 要求される地震応答特性

— 846

- 加振試験時の配管本体の応答が大きくなるように, ・高応力部位がエルボ、ティなど数箇所存在 **政験作か下記のとおり忽更した。**
 - ・架構レストレイントの加振方向拘束を除去
 - ・付加質量を追加



c. 試験ケースと試験結果

	加振方向	水平十上下	水平十上下	水平+上下	1	水米+上下	- - - - - -	***		*
~	振動数特性	田右海刺数トの	伝振動数側		共振域近傍				-	共扱核立徐
参表 4.4-6 試験ケース	入力被	S。地震波	5g 地震後の 加振レベル割増し	S2 共振波	Sa共振後の	加振レベア割増し	S2 共振波の更なる	台放フベラ地描 フ	7.000	地震波
	加振ケース	DM2·1	DM2-2	DM4-1	(1)(1)	DM4-2(1)	(0/0-7)101	DIM4-2(2)	(1)	$(2)^{\sim}(1)^{\sim}(2)$
	加振	現行許容	50万聚縣		温的物品	はは	が正成十		終局度	会をより

q. 試驗結果

X×	9	ラ			- F	\ \ \ \
	DM4-2(2)	0.96	1.08	8.9	(3.0)	
置:エルボ2)	DM4-2(1)	0.81	0.87	6.5	(2.2)	小の信仰
計測位置:	DM4-1	0.70	0.74	4.7	(1.6)	む力(8Sm)に対する信仰
\sim	DM2-2	0.19	0.20	2.2	(0.7)	37の評雑応ご
実規模配管系試験	DM2-1	0.11	0.11	1.6	(0.5)	412 JEAG4601-198
参表 4. 4-7(1) 実規	計測位置·方向	エルボ2の横腹	外面周方向	田デルーメソト	から算定	()
****	評価項目	最大ひずみ	第田(%)	1次応力8	(×Sm)	※ 1次応力S細の

塑性変形は発生したが、配管の崩壊、き裂背通・漏洩は起きなかった。

	器對看法解認可				
ZΨ		×	•	+/	 Ä
	第5回	加振	2.74	3.31	
: エルボ2)	第4回	加板	1.90	1.80	
位置:工,	第3回	加振	1.87	1.93	
帖管終局度試験 (計測位置	第2回	加振	1.80	1.85	
終局度訊	第1回	加振			
: 4.4-1(2) 配管	11. 11. 11. 11. 11. 11. 11. 11. 11. 11.	ar Mink 변·기타	エルボ2の横腹	外面周方向	

最大ひずみ 範囲(%) 評価項目

5回の加振(累積疲労損傷係数で1.8超)により、エルボ機腹において低サイク **ル販労き裂が買通し、内部の水が漏洩した。**

e. 安全余裕の評価

安全余裕(M)=1回の地震で疲労破損するとした場合の入力地震動 S。地震に対する設計許容入力地震動

終局強度試験

ここで,1回の地震による等価繰返し回数を60回とし,配管要素疲労試験データに基づく 累積疲労損傷係数=1.0 で破損が生じるとしている。

参表 4.4-8 試験で確認された安全余裕

24	d	JEAG4601·個-1984	-₩-1984	JEAC4601-2008	3007-10	
(D) Th	n/	振動数比*1	安全余裕	振動数比*1	安全余裕	
設計手法	拡幅なし	0.6*2	4.6	1		
確認試験体	拡幅あり	0.6*2	6.0	0.6*2	4.1	
終局強度 試験体	拡幅なし	6.0	12.4		I	
*1 福副教化=	入力浴の直根	*1 振動数比=入力液の卓越糖輸換/默聯体の1 ※固右福動粉	泰田右部副教			

** 2 被動数比 0.5~0.9 ご谷展が最小となる被動数比

実規模配管系加振試験の結果, JEAG4601・補-1984の許容応力を大幅に超える地震荷重を加えても配管は 塑性崩壊を起こさなかった。安全余裕はJEAG4601・補-1984に対し6.0以上,JEAC4601-2008で採用した 管の地震時許容基準に対し4.1以上あることが確認された。 **参考文献:「原子力発電施設耐震信頼性実証に関する報告書 その1 鉛管系終局強度」平成 15 年度報告書,(財)原子力発電技術機構**

JEAC4601-2008 より抜粋) 配管要素試験(原子力発電所耐震設計技術規程 ≥ 7.6-6

7. 設計疲労曲線の適用性

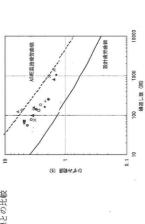
配管要素及び配管に対する試験及び解析の結果より,ラチェットを伴う場合の配管の疲労強度を評価した。

(1) 試験結果の整理

		参	長 4. 4-9(1	参表 4. 4-9(1) ケース 1 (炭素鋼:室温)	炭素鋼	極温)	
研究名	15. Pr	影状	林	口径网	五田	前 回 左	幹棚
	0	曲げ管	STPT370	100A s40	Sm	田内	荷重3レベル
香	0	無い思	3TFT370	100A S100	Suy'2	公园	
研究	4	ティ	STPT370	100A/100A s40	-S	田	
V	٥	ティ	STPT370	100A/100A s40	-S	面外	
	•	過	STPT370	100A s40	Smi	が曲	
	•	エルボ	STS410	200A 840	Sm	画内	荷重制御17-7
	0	エルボ	STS410	65A s40	-S	風	
	•	エルボ	STS410	200A s20	Sm	田田	
	0	エルボ	SGV410	400A STD	S	国内国	
化験	4	7.1	STS410	200A/200A s40	. ws	阳	
研究	٥	ティ	SGV410	400A/400A STD	Sm	田	
В	S.	ノズル	STS410	200A/250A 840	Sm	単げ	
		1781	010410	2004/250A 540	Car	いるか	
	\$	1.14	STS410	200A/150A s40	Sm	田子	
	×	エルボ	STS410	200A s40	Sm	田内田	勒的加振
	+	エルボ	STS410	200A s40	Sm/2	图	助的加振

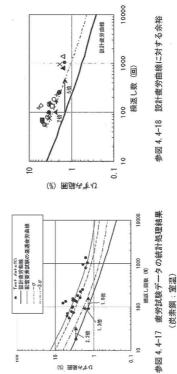
+	エルボ	STS410		200A 840	Sm/2	图	勒的加振
	460	表 4, 3-	参表 4.3-9(2) ケース 2 (炭素鋼:300°C)	-ス2 (炭	素鋼:3	(00°C)	
研究名	改成	影	林	20 名	内压	有有	棄
NUPEC 配管終局	•	エルボ	STS410	200A s40	0	周四	
*	粉	表 4.3-	参表 4.3-9 (3) ケース 3 (ステンレス鋼:室温)	73 (ステン	レス鋼	: 極調)
研究在	£ 2.5	本	*	口径肉厚	4	00.000	荷田 方向
電共研71-7, II		曲げ館	SUS304TP	100A s40	S	E	内田
NUPEC 配管終局	9	エルボ	SUS304TP	200A s40	ES.	res	七四

9 (2) 疲労曲線との比較



コード参 4.4-7

参図 4.4-14 ひずみ評価による疲労曲線との比較(炭素鋼:室温)



(%) 困避やずむ

参図 4. 4-16 配管要素試験結果 (ステンレス鋼:室温)

1000 **御返し数 (回)**

0.1

10000

1000

100

0.1

設計疲労曲線

(※) 囲遊ややひ

(2) 囲露もやむ

試験結果を統計的に処理し、応力方向に30のバラツキを考慮した場合でも、設計疲労曲線に対し繰返し 参図 4.4-18 より、材料試験片の完全両振り疲労試験データに基づく設計疲労曲線は、配管要素の低サ イクルラチェット披劣寿命に対して繰返し回数で5倍, 応力で2倍を超える裕度を有している。さらに, 回数か2 存前後の会格がある。

以上より,設計疲労曲線は,地震荷重に対する配管の低サイクルラチェット疲労評価に適用できる⁽³⁾。 <検討結果のい対応>

(注):以上述べた試験情報はJBAG4601・指1984における配管の副漢評等限界を大橋に超える条件までカバーしている。しかしながた、内にと地震情重の量によるテチェット契象を有意な必然等へ幅で下のない範囲にはあることと、過去な地震構画の下での微性頻繁等でなったが光端の総合を排除するため、JBAG4601-2008では一次は方地関定複氮の上半等な基準の適用条件について、実機配管の耐震設計で考慮すべき程度の地震的電子と正常した。

JEAC4601-2008 より抜粋) 配管要素試験(原子力発電所耐震設計技術規程 ₹ 7.6-7

- 847 -

見直しの経緯 音の地震時許容基準

添付資料

に規定されている。この許谷応力体系は,国内で実施された配管要素、配管系の試験結果UVを踏まえ,当時の 第 501 号との整合性を考慮して定められたもので,地震荷重に対して一次応力制限及び疲労制限を設けたもの ASME Boiler & Pressure Vessel Code Section II(以下、ASME Sec.IIIという)を参考に,さらに昭和 55 年告示 原子力発電所の耐震設計については,日本電気協会から「原子力発電所耐震設計技術指針」(以下,JEAG 4601 という)が発行されている。管の地震時許容応力は,JEAG 4601・楠-1984 (重要度分類・許容応力編)に具体的

[4] 「機器・配管系の地震時許容基準に関する調査研究 (フェーズ I, II, III)」1994年 10 月~1995 年 3 月,1996 [5]「原子力発電施設耐震信頼性実証に闘する報告書「配管系終局強度」,平成10 年度~平成15 年度,(財)原

年11月~1999年3月,2000年2月~2002年3月 ・電力中央研究所における FBR 配管の耐震性検討 ASME PVP-Vol.150, 1987, N. Ogawa et. Al.)

子力発電技術機構及び原子力安全基盤機構

・High Level Vibration Test(將称:HLVT,昭和 58 年~昭和 63 年)

*:治血配管の上部に取り付けられた弁等付加質量が饱震時に 大きな水平応答な位を生じると、配管系の下部に付加質量 ×水平変位の追加曲げモーメントを生じ、更に変形を助長 する拳動を アーδ効果という

Pーδ効果[‡]による進行性過大変形による崩壊

小田

・助災科学技術研究所における研究Œxperimental study of piping stability during strong earthquakes.

・「地震時耐力の信頼性評価に関する研究(略称:BDR 研究会)」(昭和 52 年度下期〜昭和 54 年度上期)

[3] 国内における研究成果等

(Diping and Fitting Dynamic Reliability Program)』として,地震時に起こり得る配管要素及び配管の損傷形態 らかにされた40。また,地震荷重に対する配管の損傷形態と設計限界に関する知見として、配管要素及び配管系 るラチェット現象が観察されたい。その後,国内外において,地震時の配管、配管要素の損傷に関する幾つかの 研究四次行われた。米国では,ASME Sec.Ⅲの耐震基準(一次応力≤35m)が過大な余裕を有していると考えられ を明らかにするための一連の試験が実施された。その結果、地震時の配管の損傷形態が低サイクルラチェット液 労であると確認され,2001年版 ASME B&PV Code Sec.IIにおいて,地震時の一次応力制限を実質 4.5 Sm に 上述の配管要素及び配管系の試験では,配管及び配管要素の最大耐荷重が3Sm よりはるかに大きいことが明 の動的試験において塑性域に達する繰返し荷重が加わると、部材が一定荷重の作用する方向に改第に永久変形す ていたことから, EPRI(Electric Power Research Institute)が中心となって 1985 年から 1992 年にかけ, PFDRP 爰和する改定が行われた。国内でも,JEAG 4601・構-1984 に規定されている答の許容応力が過大な余裕を有 することが試験で確認された[3]。 コード参 4.4.8

これらの成果を確まえ、超蔑時の質の許浄基準を通信をターゲットに、電力会性及びプラントメークによる共 同研究4Jが平成6年度からスタートした。この研究では、下記4点の朝田泰英東大教授(当時)の助言

②シェイクダウン条件が満足されない過大な負荷が加わる場合の損傷形態はラチェット疲労である

に基づいて、配管要素の静的試験、動的試験が実施された。これと並行して,(明)原子力発電技術機構(NUPEC) においても,配管要素、配管系の地震時挙動試験が実施された「0。これらの試験の結果, 地震荷重下の配管系及 ④地震荷重に対する配管の挙動及び損傷形態を体系的に把握しまとめることが重要である ③ラチェット疲労寿命は通常の完全両接りひずみ制御の場合より低下する

JEAC4601-2008 で採用された管の地震時許容基準は,上で述べたような地震荷重を受ける配管の破損限界等 び配管要素の損傷形態が低サイクルラチェット疲労であることが確認された(参図 4.4 際-1)。 こ聞する研究成果及び国内外の知見を踏まえてまとめられたものである。

荷里様返し回数 最多股 24分が物野野 1/0

参図 4.4 添一1 地震荷重による配管の損傷形態の概念図

本図は、(内圧による応力) SS。にある配管に地震 による曲げモーメントが気積させんが設定ある。配 管の崩壊は、不安定な過大変形が発生する状態で ある。配管の内圧による破壊は左図には現かない。

①地震時に配管に作用する負荷は変位制御型である

[1] 原子力平和利用委託研究「地震時における原子力施設の限界設計に関する試験研究」成果報告書,昭和 46 年~48年, 湖日本電気協会

[2] 米国における研究成果等

参考文献

・Piping and Fitting Dynamic Reliability Program 試験(GPRI/NRC 1985 年~1992 年)

・米国 ASME B&PV Code Sec. III 地震時許容基準の改定

· EPRI, "Piping and Fitting Dynamic Reliability Program", EPRI Contact RP 543-15, 1989 · 1994. Volume

配管要素試験(原子力発電所耐震設計技術規程 8−9.7 🔀

JEAC4601-2008 より抜粋)

- 848

7.7 水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せによる影響評価に関する補足説明

1. 概要

地震時,溢水源としない耐震 B, C クラス機器に対する水平 2 方向及び鉛直地震力の組合せに関する影響評価については,添付書類「VI-2-1-8 水平 2 方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価方針」及び補足説明資料「補足-600-5 水平 2 方向及び鉛直方向の適切な組合せに関する検討について」を基に,添付書類「VI-2-別添 2-3 溢水防護に関する施設の水平 2 方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価結果」に評価結果を整理している。

本資料は、添付書類「VI-2-別添 2-3 溢水防護に関する施設の水平 2 方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価結果」における評価部位の抽出結果に関して補足するものである。なお、以下の内容については、補足説明資料「補足-600-5 水平 2 方向及び鉛直方向の適切な組合せに関する検討について」から抜粋して示している。

2. 水平2方向同時加振の影響評価について(正方形配置されたボルト)

(1) はじめに

本項は、水平2方向に地震力が作用した場合の矩形配置されたボルトに対する影響検討結果をまとめたものである。強軸・弱軸が明確なものについては、弱軸方向に応答し水平2方向地震力による影響が軽微であるため、機器の形状を正方形として検討をおこなった。

(2) 引張応力への影響

水平1方向に地震力が作用する場合と水平2方向に地震力が作用する場合のボルトへの引 張力の違いを考察する。なお、簡単のため機器の振動による影響は考えないこととする。

a. 水平1方向に地震力が作用する場合

図 7.7-1 のように X 方向に震度 C_X が与えられる場合を考慮する。

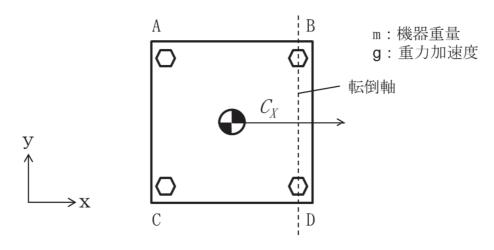


図 7.7-1 水平 1 方向の地震力による応答(概要)

この場合,対象としている系の重心に作用する水平方向の力 F # は

と表せ、 F_H によりボルトBとボルトDの中心を結んだ軸を中心に転倒モーメントを生じる。 この転倒モーメントはボルトA、Cにより負担される。

このとき、系の重心に生じる力は、図7.7-2に示すとおりである。

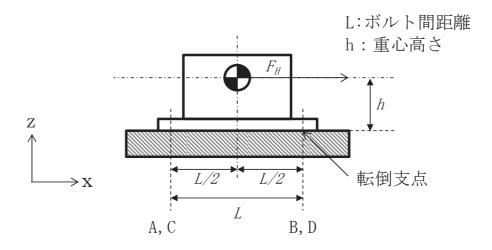


図 7.7-2 水平 1 方向の地震力による力

機器が転倒を起こさない場合、転倒支点まわりの転倒モーメントとボルトからの反力が釣り合うため、水平方向地震動によりボルトに発生する全引張力 F_b は

となる。

ボルトに掛かる引張応力 σ_n は全引張力を断面積Aのボルトn本で受けると考え、

$$\sigma_b = \frac{F_b}{n A} \qquad (\vec{x}, 3)$$

である。水平 1 方向地震力を考慮する場合,ボルト A, C で全引張力を負担することから,n=2 であり,ボルトに掛かる引張応力 σ_b は

$$\sigma_b = \frac{F_b}{2A} = \frac{mgC_X h}{2A L}$$
 (£4)

となる。

b. 水平2方向に地震力が作用する場合

図 7.7-3 のように X 方向と Y 方向にそれぞれ震度 C_X , C_Y が作用する場合を考慮する。なお、本検討においては、X 方向と Y 方向に同時に最大震度が発生する可能性は低いと考え、X 方向の震度と Y 方向の震度を X 1:0.4 (0.4X) と仮定する。

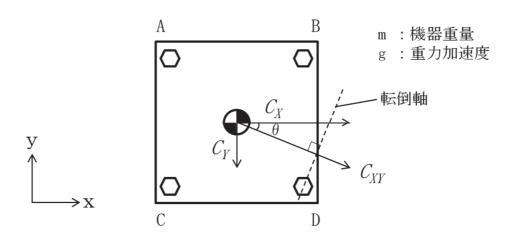


図 7.7-3 水平 2 方向の地震力による応答 (概要)

この時, $\theta = tan^{-1}\left(\frac{c_Y}{c_X}\right) = tan^{-1}(0.4)$ であることから,水平方向の震度 C_{XY} は

$$C_{XY} = C_X \cos \theta + C_Y \cos \left(\frac{\pi}{2} - \theta\right)$$

$$= \frac{5}{\sqrt{29}} C_X + 0.4 \times \frac{2}{\sqrt{29}} C_X$$

$$= \frac{5.8}{\sqrt{29}} C_X \qquad (\not \exists \zeta 5)$$

と表すことができる。この時、対象としている系の重心に作用する水平方向の力 F # は

$$F_H = mg \ C_{XY} = mg \ \frac{5.8}{\sqrt{29}} \ C_X$$
 (式 6)

となる。この F_H により、転倒軸を中心に転倒モーメントが生じ、ボルトA, B, C により負担される。

水平 2 方向の地震力を受けた場合、各ボルトにかかる引張力を F_A 、 F_B 、 F_C とし、図 7.7-4に示すようにボルトDの中心を通り水平方向の震度 C_{XY} と直交する直線を転倒軸とすると、

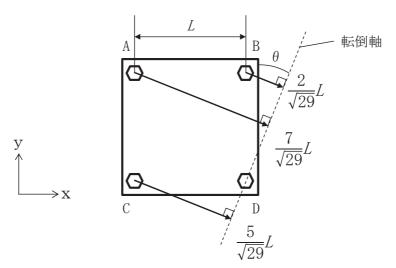


図 7.7-4 対角方向に応答する場合の転倒軸からの距離

ボルトA,B,C に発生する引張力は転倒軸からの距離に比例するため、

$$F_A:F_B:F_C = 7:2:5$$

であり、転倒軸周りのボルトの軸力により発生するモーメント Mは、

$$M = \frac{7}{\sqrt{29}} LF_A + \frac{2}{\sqrt{29}} LF_B + \frac{5}{\sqrt{29}} LF_C$$

$$= \frac{7}{\sqrt{29}} L \times F_A + \frac{2}{\sqrt{29}} L \times \frac{2}{7} F_A + \frac{5}{\sqrt{29}} L \times \frac{5}{7} F_A$$

$$= \frac{78}{7\sqrt{29}} LF_A \qquad (\sharp \ 7)$$

である。

転倒しない場合,ボルトの軸力により発生する転倒軸周りのモーメントと,水平方向地 震力によるモーメントが釣り合っているので,(式6)及び(式7)より,

であり、引張力 F_4 は以下のとおりとなる。

$$F_A = \frac{7\sqrt{29}}{78L} mgC_{XY} h \qquad (\ddagger 9)$$

以上より、最も発生応力の大きいボルトAに発生する応力 σ_b は

$$\sigma_b' = \frac{F_A}{A} = \frac{7\sqrt{29}}{78AL} mgC_{XY} h \qquad (\text{ \sharp} 10)$$

であり、(式4)(式5)及び(式10)より

となる。

したがって,水平2方向地震を考慮した場合,ボルトに発生する引張応力は増加するが, その影響は軽微である。

(3) せん断応力への影響

せん断力は全基礎ボルト断面で負担するが、全ボルトに対するせん断力 Qaは、

$$Q_b = F_H \tag{式 12}$$

であり、せん断応力 τ_b は断面積 A のボルト全本数 n でせん断力 Q_b を受けるため、

$$\tau_b = \frac{Q_b}{nA} \tag{\pm13}$$

となる。

水平 1 方向の地震力を考慮した場合のせん断力 Q_0 及び水平 2 方向の地震力を考慮した場合のせん断力 Q_0 は(式 1)及び(式 5)より

$$Q_{b}' = mgC_{XY}$$
$$= \frac{5.8}{\sqrt{29}} mgC_{X}$$

となる。水平1方向及び水平2方向地震時に断面積A及びボルト全本数nは変わらないため、水平2方向地震を考慮した場合、ボルトに発生するせん断応力は増加するが、その影響は軽微である。

3. 水平2方向同時加振の影響評価について(円形配置されたボルト)

(1) はじめに

本項は、水平2方向に地震力が作用した場合の円形配置されたボルトに対する影響検討結果をまとめたものである。なお、せん断応力への影響は、円形/矩形の配置形状に依らず、2章に記載している矩形配置されたボルトと同様に影響軽微となるため、本章における検討では省略する。

円形配置されたボルトは、支持する構造物から伝達される地震力を受け持つことから、補足説明資料「補足-600-5 水平2方向及び鉛直方向の適切な組合せに関する検討について」別紙4.4-4章に記載している円筒容器の検討結果を踏まえた検討を行う。具体的には、図7.7-5に示す円筒容器基部における水平地震時の軸方向応力コンター図において、180°方向位置にて円筒容器の軸方向応力に算定される Z 方向荷重を 1.00 と規格化し、円形配置されたボルトに作用する引張荷重 F_b と考慮した検討を行う。

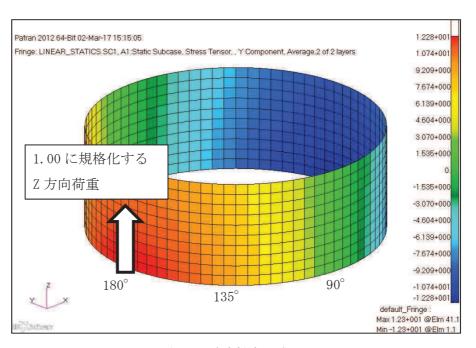


図 7.7-5 水平地震時軸方向応力コンター図

(2) 引張応力への影響

円形配置されたボルトに作用する引張荷重 F_bの分布を表 7.7-1 に示す。X 方向に水平地震動を入力した際には、最大荷重発生点は 180°方向位置に発生する。また、円筒形容器のため評価部位が円形の一様断面であることから、Y 方向に水平地震動を入力した際には、最大荷重発生点は 90°位置に発生し、水平地震動の入力方向により最大荷重発生点は異なる。

表 7.7-1 水平地震時の引張荷重分布

	X 方向入力時	Y方向入力時	2 方向入力時荷	f 重(一)
角度	引張荷重(-)	引張荷重(一)	組合せ係数法	SRSS 法
	$F_{b,X}(\theta)$	F _{b, Y} (θ)	F _{b, c} (θ)	F _{b, s} (θ)
			1.00	
90° 方向	0.00	1.00	$F_{b, c(X)} (90^{\circ}) = 0.40$	1.00
			$F_{b, c(Y)} (90^{\circ}) = 1.00$	
			1.08	
112.5° 方向	0. 38	0.91	$F_{b, c(X)}(112.5^{\circ})=0.75$	1.00
			$F_{b, c(Y)} (112.5^{\circ}) = 1.08$	
			0.99	
135° 方向	0.71	0.71	$F_{b, c(X)} (135^{\circ}) = 0.99$	1.00
			$F_{b, c(Y)} (135^{\circ}) = 0.99$	
			1.08	
157.5°方向	0. 91	0. 38	$F_{b, c(X)} (157.5^{\circ}) = 1.08$	1.00
			$F_{b, c(Y)} (157.5^{\circ}) = 0.75$	
			1.00	
180° 方向	1.00	0.00	$F_{b, c(X)}(180^{\circ})=1.00$	1.00
			$F_{b, c(Y)} (180^{\circ}) = 0.40$	

水平2方向同時加振時の引張荷重の合力は、水平1方向加振時の最大の引張荷重と比較し、 SRSS 法を用いた場合は同値、組合せ係数法を用いた場合は最大で約 1.08 倍の値となる(図 7.7-6)ため、水平2方向同時加振の引張応力への影響は軽微である。

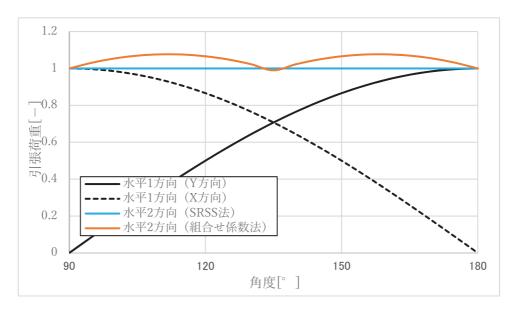


図 7.7-6 水平 2 方向同時加振時の水平力分布について

9.13 循環水系隔離システムの内,復水器水室出入口弁への 地震時復水器の影響について

- 1. 概要
- 2. 復水器の構造概要
- 3. 復水器水室出入口弁への地震時復水器の影響モード
- A. 復水器水室落下の影響評価
 - 1. 評価方針
 - (1)評価方針
 - (2) 適用規格·基準等
 - 2. 復水器水室の評価部位・評価条件
 - (1) 構造概要及び評価部位
 - (2) 設計用地震力
 - (3)水室サポート部の許容応力
 - 3. 復水器水室サポート部の評価
 - (1) 地震力が復水器細管軸方向に作用した場合
 - (2) 地震力が復水器細管軸直方向に作用した場合
 - (3) 地震力が鉛直方向に作用した場合
 - (4)水室自重の作用
 - (5)水平2方向地震力と鉛直方向地震力を考慮した応力
 - 4. 評価結果
- B. 復水器本体移動による接触影響評価
 - 1. 評価方針
 - (1)評価方針
 - (2) 適用規格·基準等
 - 2. 復水器基礎部と復水器水室フランジの評価部位・評価条件
 - (1) 構造概要及び評価部位
 - (2) 設計用地震力
 - (3)評価条件及び許容応力
 - 3. 復水器基礎部 (No. V, VI, VII 耐震ずれ止め側) の評価
 - (1) 耐震ずれ止めに作用する荷重
 - (2) 既設の耐震ずれ止めに作用する荷重
 - (3) 既設の底板と補強板の圧縮(引張) 応力
 - (4) 既設の耐震ずれ止めの曲げ応力
 - (5) 既設の I 形補強の圧縮(引張) 応力
 - (6) 追設の耐震ずれ止めの曲げ応力
 - (7) 追設の平板溶接部の応力

- 4. 復水器基礎部 (No. V, VI, VI 耐震基礎のずれ止め側) の評価
 - (1)耐震基礎のずれ止めの圧縮応力
 - (2) 基礎ボルトの引張応力
 - (3) 基礎ボルトとコンクリートの付着力
 - (4) 埋設 I 形鋼の曲げ応力
 - (5) 埋設 I 形鋼フランジ部の曲げ応力
 - (6)板の曲げ応力
- 5. 復水器水室フランジ変位量の評価
- 6. 復水器基礎 (No. I ~ IV) の評価
 - (1)鉛直方向を拘束する基礎台配置
 - (2)復水器基礎の評価条件
 - (3) 基礎コンクリート圧縮の評価
- 7. 復水器基礎 (No. V, VI, VII) 評価 (コーン破壊評価)
 - (1)水平方向を拘束する基礎台及び耐震基礎のずれ止めの配置
 - (2) 既設基礎ボルトのコーン破壊評価
 - (3) 追設基礎ボルトのコーン破壊評価
- 8. 評価結果
 - (1)復水器基礎部 (No. V, VI, VII 耐震ずれ止め側)
 - (2) 復水器基礎部 (No. V, VI, VII 耐震基礎のずれ止め側)
 - (3)復水器水室フランジ変位量
 - (4) 復水器基礎 (No. I ~ IV) コンクリート
 - (5) 復水器基礎 (No. V, VI, VII) コンクリート

C. 3次元 FEM 解析

- 1. 解析条件
- 2. 固有值解析結果
- 3. 耐震ずれ止めに発生する荷重の算出
- 4. 復水器基礎部に発生する荷重の算出
- 5. 復水器水室フランジの変位量の算出

D. まとめ

(別紙) 復水器水室フランジ変位量算出に関する補足

1. 概要

タービン建屋復水器エリアに配置する循環水系配管の地震起因の破損時には、海洋を 溢水源とする溢水が発生する。この溢水量低減を目的として、当該エリアの漏えいを検 知し、循環水ポンプ停止及び復水器水室出入口弁を自動閉止する循環水系隔離システム を設置している。溢水量算出においては循環水ポンプ停止(吐き出し停止)までの時間 としているが、復水器水室出入口弁を閉止することにより、海洋と隔離し、その後の溢 水量増加を防止している。したがって、当該弁は地震後に弁閉止機能を必要とすること から、基準地震動Ssによる地震力に対して、復水器損傷による影響を受けないことを 確認する。

2. 復水器の構造概要

復水器の構造概要について表 9.13-1 に示す。

表 9.13-1 構造概要 (1/2)

概要		
基礎·支持 構造	主体構造	構造概略図
復水器は,	復水器に作	
細管軸方向	用する荷重	
及び細管軸	は, ずれ止	
直方向をそ	め金具及び	
れぞれ拘束	基礎ボルト	
するずれ止	を介して躯	
め金具を,	体に伝達す	
基礎ボルト	る構造とす	
により復水	る。	
器下部中央	また、復水	
部の基礎に	器水室に作	
据え付け	用する荷重	
る。また,復	は、水室サ	
水器は、基	ポートを介	
礎ボルトに	して復水器	
より復水器	に伝達する	
四隅の基礎	構造とす	
に据え付け	る。	
る。	なお、復水	
	器は連絡胴	
は水室サポ	にて連結す	
ートにより	る構造とす	
復水器に支	<u>る。</u>	
<mark>持する。</mark>		

表 9.13-1 構造概要 (2/2)

概要		文 0.10 T 所足例文 (2/2)
基礎・支持 構造	主体構造	構造概略図
復水器は,	復水器に作	
細管軸方向	用する荷重	
及び細管軸	は, ずれ止	
直方向をそ	め金具及び	
れぞれ拘束	基礎ボルト	
するずれ止	を介して躯	
め金具を,	体に伝達す	
基礎ボルト	る構造とす	
により復水	る。	
器下部中央	また、復水	
部の基礎に	器水室に作	
据え付け	用する荷重	
る。また,復	は、水室サ	
水器は、基	ポートを介	
礎ボルトに	して復水器	
より復水器	に伝達する	
四隅の基礎	構造とす	
に据え付け	る。	
る 。	なお、復水	
復水器水室	器は連絡胴	
は水室サポ	にて連結す	
ートにより	る構造とす	
復水器に支	る。	
持する。		

3. 復水器水室出入口弁への地震時復水器の影響モード

復水器水室出入口弁は復水器水室の真下に配置され、復水器水室が地震により損傷し落下する事象、復水器本体が地震により移動して当該弁へ接触する事象の影響がある。 当該弁への影響イメージを図 9.13-1~図 9.13-3 に示す。

なお、復水器本体移動による接触影響に対しては、実機構造を反映した3次元FEM解析を実施し、地震により復水器基礎部に生じる荷重や復水器水室フランジ変位量を算出し、これを用いて評価を行う。

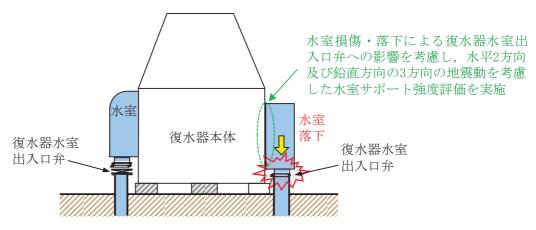
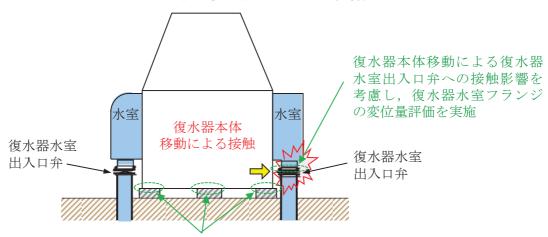
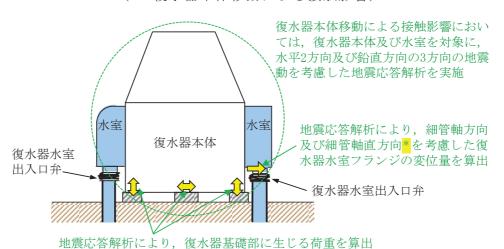


図 9.13-1 地震時の復水器水室出入口弁への影響イメージ (A. 復水器水室落下の影響)



復水器本体移動による復水器水室出入口弁への接触影響を考慮し, 復水器基礎部の評価を実施

図 9.13-2 地震時の復水器水室出入口弁への影響イメージ (B. 復水器本体移動による接触影響)



注記*:細管軸方向:紙面左右方向,細管軸直方向:紙面奥行方向

図 9.13-3 地震時の復水器水室出入口弁への影響イメージ (C. 3 次元 FEM 解析)

A. 復水器水室落下の影響評価

1. 評価方針

(1)評価方針

復水器水室は、復水器水室出入口弁上部に設置され、水平側水室サポート及び下部 水室サポートにより復水器本体に支持させる構造としている。

復水器水室落下の影響評価は、基準地震動 S s による地震力に対して、復水器水室 各サポートの評価部位に発生する応力が許容応力を超えないことを評価することによ り、復水器水室出入口弁の機能が損なわれないことを確認する。

なお、復水器水室落下の影響評価においては、「C. 3次元 FEM 解析」に示す解析結果は用いず、復水器基礎台高さにおける設計震度を用いて簡便に評価する。

(2) 適用規格·基準等

本評価において適用する規格・基準等を以下に示す。

- ·原子力発電所耐震設計技術指針(JEAG4601-1987)
- ・原子力発電所耐震設計技術指針 重要度分類・許容応力編(JEAG4601・ 補-1984)
- ·原子力発電所耐震設計技術指針(JEAG4601-1991 追補版)
- ・JSME S NC1-2005/2007 発電用原子力設備規格 設計・建設規格
- ·日本建築学会 2005 年 鋼構造設計規準 -許容応力度設計法-

2. 復水器水室の評価部位・評価条件

(1)構造概要及び評価部位

図 9.13-4 に示すとおり、<mark>荷重伝達経路を踏まえ、</mark>復水器水室を支持する水平側水室 サポート, 下側水室サポートを評価部位とする。なお, 各サポートは復水器本体と復 水器水室に溶接で固定している。サポート形状と溶接固定面を図 9.13-5 及び図 9.13-6に示す。

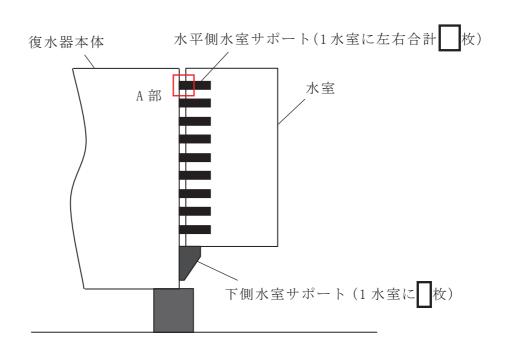
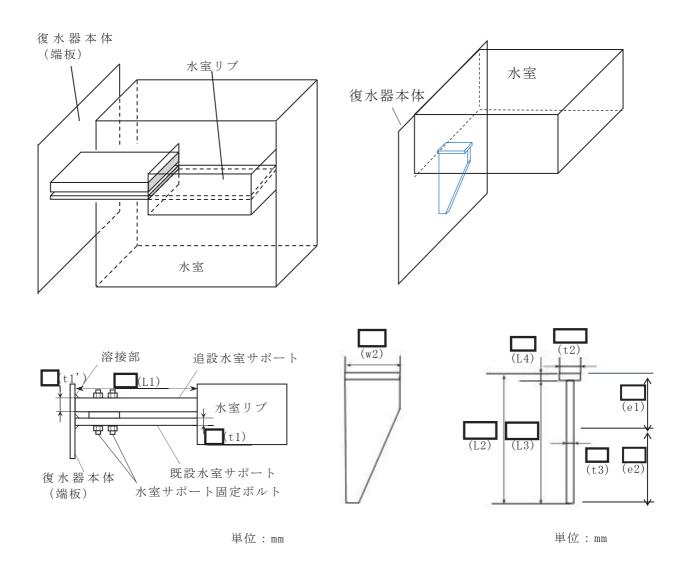


図 9.13-4 水室サポート取付状況

補-9.13-7



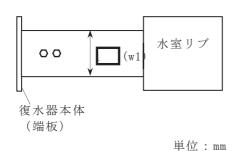


図 9.13-5 水平側水室サポートの形状 (A 部詳細)

図 9.13-6 下側水室サポートの形状

(2) 設計用地震力

評価に用いる設計用地震力は、添付書類「VI-2-別添 2-1 溢水防護に係る施設の耐震計算の方針」に基づき設定する。復水器基礎台高さ (0. P. 2300mm) における基準地震動 S s の床応答スペクトル又は床応答最大加速度を表 9.13-2 に示す。なお、地震力については、水平 2 方向地震力と鉛直方向地震力を SRSS にて組み合わせる。

数 0.10 a						
地震動	場所	床面高さ (復水器基礎台 高さ) (mm)	/	周期* ¹ s)	地震制設計	
基準地震動	タービン	0. P. 800	水平方向	鉛直方向	水平方向	鉛直方向
Ss	建屋	(0. P. 2300)	0.097	0.043	C _H =6.43	$C_{V}=0.75$

表 9.13-<mark>2</mark> 設計用震度

注記*1:復水器本体の水平方向固有周期 0.097s は、建設時工認耐震計算書(建設時工 認図書番号:02 IV-3-15) に示す値であり柔構造である。

また,鉛直方向固有周期は次式より 0.043s となり剛構造のため最大床応答加速度の 1.2 倍を適用する。

鉛直方向固有周期の算出

復水器断面積 A の算出は,下図の建設時工認耐震計算書(建設時工認図書番号:02 IV -3-15) と同様に算出。

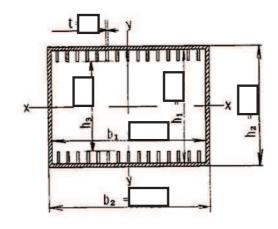


図 9.13-7 建設時工認耐震計算書抜粋図 復水器断面

(3)水室サポート部の許容応力

水平側水室サポート,下側水室サポートとそれぞれ溶接部の許容応力を表 9.13- $\frac{3}{6}$ に示す。また、許容応力評価条件を表 9.13- $\frac{4}{6}$ に示す。

表 9.13-3 水室サポート 許容応力

評価部位	算出応力	応力 (Ss地震力 評価) 許容応力状態IV _A S	適用式
水平側水室サポート応力	σA: 引張, 曲げ	クラス2支持構造物	ft=1.5 × $\frac{F}{1.5}$ F=min(1.2Sy, 0.7Su)
水平側水室サポート固定ボルト応力	σB: せん断	クラス2支持構造物	fs=1.5× $\frac{F}{1.5 \cdot \sqrt{3}}$ F=min(1.2Sy, 0.7Su)
水平側水室サポート溶接部応力	σC: せん断	クラス2支持構造物	fs=1.5× $\frac{F}{1.5 \cdot \sqrt{3}}$ F=min(1.2Sy, 0.7Su)
下側水室 サポート応力	σD:曲げ	クラス2支持構造物	ft=1.5× $\frac{F}{1.5}$ F=min(1.2Sy, 0.7Su)
下側水室サポート溶接部応力	σE: せん断	クラス2支持構造物	fs=1.5× $\frac{F}{1.5 \cdot \sqrt{3}}$ F=min(1.2Sy, 0.7Su)

表 9.13-4 水室サポートの許容応力評価条件

評価部材	材料	温度条件	S y	S u	F
計測部物	17) 147	(\mathcal{L})	(MPa)	(MPa)	(MPa)
水平側水室サポート	SS400	66*1	225	385	270
水平側水室サポート固 定ボルト	SCM440	66*1	777	913	639
水平側水室サポート溶接部*2	SS400 相当	66*1	225	385	270
下部水室サポート	SS400	66*1	225	385	270
下部水室サポート溶接部*2	SS400 相当	66*1	225	385	270

注記*1:最高使用温度

*2:溶接部の許容応力は、接合される母材の許容せん断応力とする。

3. 復水器水室サポート部の評価

水室に地震力及び自重が作用したときに水室が落下しないことを評価するため、水 平側水室サポートと下側水室サポートの強度評価を行う。

(1) 地震力が復水器細管軸方向に作用した場合

復水器本体内の細管(管束)運転時質量が水平地震動により水室へ与える水平力から,水平側水室サポートが受ける1枚あたりの引張応力と溶接部のせん断応力を算出。

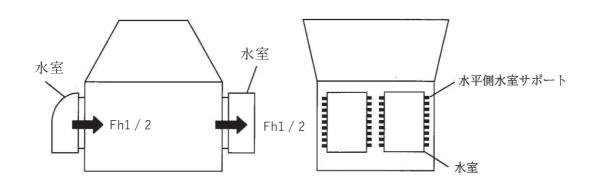


図 9.13-8 地震力が復水器細管軸方向に作用した場合

設計震度(水平方向)を C_H, 復水器運転時管束質量を m1 とおくと, 復水器 1 基の管 東水平力 Fh1 は,



復水器 1 基に水室は 4 個あり、1 水室あたり水平側水室サポートは \square 枚であるため、水平側水室サポート 1 枚あたりの水平力 F1 は、

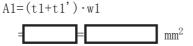
$$F1 = \frac{Fh1}{4 \times 1}$$

$$= \frac{Fh}{4 \times 1} \times 1$$

$$= \frac{Fh}{4 \times 1} \times 1$$

$$= \frac{Fh}{4 \times 1} \times 1$$

水平側水室サポートが水平力 F1 を受ける断面積 A1 は、



よって、復水器細管軸方向地震力により水平側水室サポートにかかる引張応力 $\sigma 1$ は、

$$\sigma = \frac{F1}{A1}$$

$$= \frac{F1}{A1}$$

$$= 56 \text{ MPa}$$

水室サポート1つあたりの固定ボルトは2本であるため、水室サポート固定ボルト 1本にかかる水平力F2は、

$$F2 = \frac{F1}{2}$$

$$= \frac{1}{2}$$
kN

固定ボルトの呼び径は M42 であるため, 固定ボルトの断面積 A2 は,

$$A2 = \frac{\pi}{4} \times \square = \square$$
 mm²

固定ボルトのせん断力 σ 2は,

$$\sigma 2 = \frac{F2}{A2} = = 230MPa$$

水平側水室サポートと復水器は、既設水室サポート上下及び追設サポート上部にて溶接されているため、水平側水室サポートの溶接線長さ L5 (= $w1 \times 3$)、溶接脚長を X1、水平側水室サポートのすみ肉溶接部の応力 $\sigma 3$ は、

$$\sigma 3 = \frac{F1}{L5 \cdot \frac{X1}{\sqrt{2}}}$$

$$= \boxed{ = 110 \text{ MPa}}$$

水平側水室サポート1枚あたりの引張応力 σ1	56(MPa)
水平側水室サポート固定ボルトのせん断応力 σ2	230 (MPa)
水平側水室サポート1枚溶接部のせん断応力 σ3	110 (MPa)

(2) 地震力が復水器細管軸直方向に作用した場合

水室に水平地震動が作用した際の水室サポートに生じるモーメントから,水平側水 室サポートが受ける1枚あたりの引張応力と溶接部のせん断応力を算出。

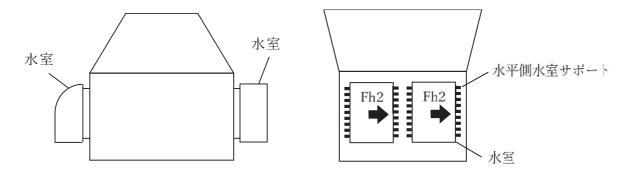


図 9.13-9 地震力が復水器細管軸直方向に作用した場合

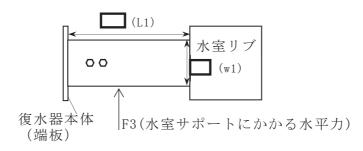
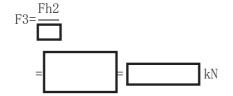


図 9.13-10 水室サポートを上から見た図

設計震度(水平方向)を C_H , 1 水室あたりの質量をm2 とおくと 1 水室あたりの水平力 Fh2 は,

 $Fh2 = C_H \cdot m2 \cdot g$ 設計震度 (CH) = 6.43
1 水室当たりの運転時質量 (m2) = kg
重力加速度 (g) = 9.80665 m/s²
地震による水平力 (Fh2) = kN

水室サポート 1 枚あたりの水平力 F3 は、1 水室に水室サポートが \square 枚あることから、



枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

水室サポートに生じるモーメント M1 は,

$$M1 = \frac{F3 \times L1}{4} = \frac{1}{4} = \frac{1$$

水室サポートの断面係数 Z1 は,

$$Z1 = \frac{\text{t1} \times \text{L1}^2 + \text{t1}' \times \text{L1}^2}{6}$$

$$= \frac{1}{6}$$

$$\text{mm}^3$$

水室サポートの曲げ応力 σ4は,

$$\sigma = \frac{M1}{Z1} = \frac{195MPa}{T}$$

水室サポート1つあたりの固定ボルトは2本であるため、水室サポート固定ボルト1本にかかる水平力 F4 は、

$$F4 = \frac{F3}{2}$$

$$= \frac{1}{2}$$

$$= \frac{1}{2}$$

$$= \frac{1}{2}$$

$$= \frac{1}{2}$$

$$= \frac{1}{2}$$

固定ボルトのせん断力 σ 5は,

$$\sigma 5 = \frac{F4}{A2} = 143 \text{ MPa}$$

水平側水室サポートのすみ肉溶接部の応力 σ6は,

$$\sigma 6 = \frac{F3}{L5 \cdot \frac{X1}{\sqrt{2}}}$$

$$= \frac{1}{100} = 69 \text{ MPa}$$

水平側水室サポート1枚あたりの曲げ応力 σ4	195 (MPa)
水平側水室サポート固定ボルトのせん断応力 σ5	143 (MPa)
水平側水室サポート1枚溶接部のせん断応力 σ6	69(MPa)

(3) 地震力が鉛直方向に作用した場合

水室に鉛直地震動が作用した際の鉛直曲げモーメントから,水平側水室サポートが 受ける1枚あたりの引張応力と溶接部のせん断応力を算出。

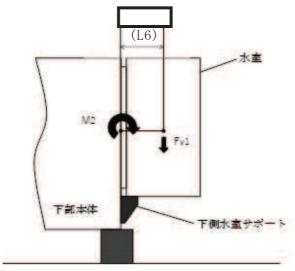


図 9.13-11 地震力が鉛直方向下向きに作用した場合

設計震度(鉛直方向)Cv, 1水室あたりの質量 m2, 1水室あたりの鉛直力 Fv1 は,

 $Fv1 = C_V \cdot m2 \cdot g$

設計震度
$$(Cv)$$
 = 0.75
1 水室あたりの運転時質量 $(m2)$ = kg
重力加速度 (g) = 9.80665m/s²
地震による鉛直力 $(Fv1)$ = kN

a) 鉛直方向地震力(下向き)が水平側水室サポートに作用した場合水室にかかる 鉛直力による、端板と水室サポートの接続面まわりのモーメント M2 は、

 $M2=Fv1\cdot L6$



ここで,モーメント M2 により,図 9.13-12 に示すように各水平側水室サポートに水平力がかかる。

よって、水平側水室サポートが受け持つ最大の水平荷重 F5 は、

$$M2 = \sum_{k=1}^{n} 1_k \times f_k \times 2$$

F5=f9= kN

水平側水室サポートが鉛直方向地震力によりかかる引張応力 σ7は,

$$\sigma 7 = \frac{F5}{A1} = \frac{1}{100} = 4 \text{ MPa}$$

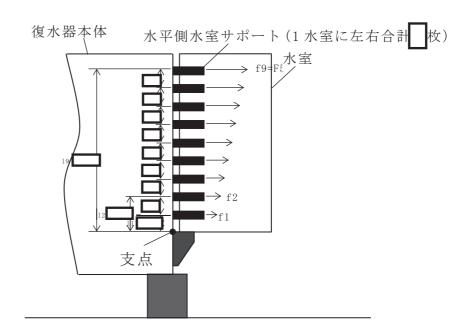


図 9.13-12 各水平側水室サポートにかかる水平力(鉛直モーメント)

水室サポート 1 つあたりの固定ボルトは 2 本であるため、水室サポート固定ボルト 1 本にかかる水平力 F6 は、

$$F6 = \frac{F5}{2}$$

$$kN$$

固定ボルトのせん断力 σ8は,

$$\sigma 8 = \frac{F6}{A2} = = 16MPa$$

水平側水室サポートのすみ肉溶接部の応力 σ9は,

$$\sigma 9 = \frac{F5}{L5 \cdot \frac{X1}{\sqrt{2}}}$$

$$= \frac{1}{100} = 8 \text{ MPa}$$

水平側水室サポート1枚あたりの引張応力 σ7	4(MPa)
水平側水室サポート固定ボルトのせん断応力 σ8	16(MPa)
水平側水室サポート1枚溶接部のせん断応力 σ9	8(MPa)

b) 鉛直方向地震力(下向き)が下側水室サポートに作用した場合,水室に鉛直地 震動が作用した際の下側水室サポート付け根部まわりのモーメントから,下側水 室サポートが受ける1枚あたりの曲げ応力と溶接部のせん断応力を算出。

1 水室あたり下側水室サポートが ■箇所あるため、下側水室サポートにかかる 鉛直力 F7 は、

$$F7 = \frac{Fv1}{\square}$$

$$= \frac{1}{\sqrt{1+v^2}} = \frac{$$

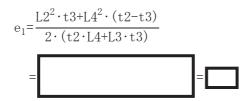
下側水室サポート付け根部にかかる曲げモーメント M3 は,

断面係数 Z2 は図 9.13-6 より,

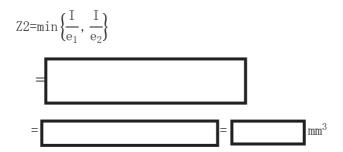
$$\text{Z2=min}\left\{\frac{\text{I}}{\text{e}_1},\,\frac{\text{I}}{\text{e}_2}\right\}$$

$$I = \frac{1}{3} \cdot \left\{ t3 \cdot e_2^3 + t2 \cdot e_1^3 - (t2 - t3) \cdot (e_1 - L4)^3 \right\}$$

$$=\frac{1}{3}$$



$$e_{2}=L2-\frac{L2^{2} \cdot t3+L4^{2} \cdot (t2-t3)}{2 \cdot (t2 \cdot L4+L3 \cdot t3)}$$
=



下側水室サポートに鉛直地震力によりかかる曲げ応力 σ 10は,

また、下側水室サポートの溶接線長さ L8 (=L2×2+t2×2)、溶接脚長を X2、下側水室サポートのすみ肉溶接部の応力 σ 11 は、

$$\sigma 11 = \frac{F7}{L8 \cdot \frac{X2}{\sqrt{2}}}$$

$$= \frac{30 \text{ MPa}}{\sqrt{2}}$$

下側水室サポート1枚あたりの曲げ応力 σ10	34(MPa)
下側水室サポート1枚溶接部のせん断応力 σ11	30(MPa)

(4)水室自重の作用

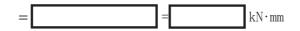
1水室あたりの自重による鉛直力 Fv2 は、

$$1$$
 水室あたりの運転時質量 $(m2)$ = kg 重力加速度 (g) = 9.80665 m/s^2 自重による鉛直力 $(Fv2)$ = kN

a) 自重が水平側水室サポートに作用した場合

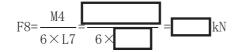
水室の自重により水平側水室サポート付け根部に発生する曲げモーメント M4 は,

 $M4 = Fv2 \cdot L6$



ここで, (3)項と同様に曲げモーメント M4 により, 図 9.13-12 に示すように各水平側水室サポートに水平力がかかる。

よって、水平側水室サポートが受けもつ最大の水平荷重 F8 は、



水平側水室サポートが自重によりかかる引張応力 σ 12は,

$$\sigma 12 = \frac{F8}{A1}$$

$$= \frac{F8}{A1}$$

$$= \frac{F8}{A1}$$

$$= \frac{F8}{A1}$$

水室サポート1つあたりの固定ボルトは2本であるため、水室サポート固定ボルト1本にかかる水平力F9は、

$$F9 = \frac{F8}{2}$$

$$\frac{1}{2}$$

$$kN$$

固定ボルトのせん断力 σ 13 は,

$$\sigma 13 = \frac{F9}{A2} = 28 \quad \text{MPa}$$

水平側水室サポートのすみ肉溶接部の応力 σ 14 は,

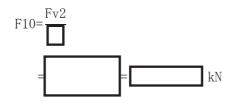
$$\sigma 14 = \frac{F8}{L5 \cdot \frac{X1}{\sqrt{2}}}$$

$$= \boxed{ = 14 \text{ MPa}}$$

水平側水室サポート1枚あたりの引張応力 σ12	7(MPa)
水平側水室サポート固定ボルトのせん断応力 σ13	28 (MPa)
水平側水室サポート1枚溶接部のせん断応力 σ14	14(MPa)

b) 自重が下側水室サポートに作用した場合

1 水室あたり下側水室サポートが \blacksquare 箇所あるため下側水室サポートにかかる鉛直力 F10 は、



水室の自重により下側水室サポート付け根部に発生する曲げモーメント M5 は,

 $M5 = F10 \cdot w2$



下側水室サポートが自重によりかかる曲げ応力 σ 15は,

下側水室サポートのすみ肉溶接部の応力 σ 16 は,

$$\sigma 16 = \frac{F10}{L8 \cdot \frac{X2}{\sqrt{2}}}$$

$$= \frac{100 \text{ MPa}}{100 \text{ MPa}}$$

下側水室サポート1枚あたりに自重により作用する曲げ応力 σ15	45 (MPa)
下側水室サポート1枚溶接部に自重により作用するせん断応力 σ16	40 (MPa)

- (5)水平2方向地震力と鉛直方向地震力を考慮した応力
 - (1)~(4)より,水平2方向地震力と鉛直方向地震力を考慮した各応力は以下に示す とおり。

<水平側水室サポートにかかる応力 σA>

$$\sigma A = \sqrt{\sigma_1^2 + \sigma_4^2 + \sigma_7^2} + \sigma_{12}$$

=210 MPa

<水平側水室サポート固定ボルトにかかる応力 σB>

$$\sigma B = \sqrt{\sigma_2^2 + \sigma_5^2 + \sigma_8^2} + \sigma_{13}$$

=300 MPa

<水平側水室サポートすみ肉溶接部にかかる応力 σC>

$$\sigma C = \sqrt{\sigma_3^2 + \sigma_6^2 + \sigma_9^2} + \sigma_{14}$$

=143 MPa

<下側水室サポートにかかる応力 σD>

$$\sigma$$
 D= σ_{10} + σ_{15}

=78 MPa

<下側水室サポートすみ肉溶接部にかかる応力 σE>

$$\sigma E = \sigma_{11} + \sigma_{16}$$

=70 MPa

4. 評価結果

水室サポート及び溶接部の強度評価を実施し発生応力が許容応力以下であること から、復水器水室出入口弁への地震時の水室落下により影響を及ぼさないことを確 認した。

表 9.13-<mark>5</mark> 水室サポートにかかる応力

評価部位	算出応力	発生応力 (MPa)	許容応力 (MPa)
水平側水室サポート応力	σA:引張,曲げ	210	270
水平側水室サポート固定 ボルト応力	σB:せん断	300	369
水平側水室サポート溶接部応力	σC: せん断	143	155
下側水室サポート応力	σD:曲げ	78	270
下側水室サポート溶接部 応力	σE: せん断	70	155

B. 復水器本体移動による接触影響評価

1. 評価方針

(1)評価方針

復水器底板には、復水器細管軸方向及び細管軸直方向をそれぞれ拘束するずれ止め 金具を設置し、ずれ止め金具は復水器下部中央部のコンクリート基礎により固定する 構造としている。また、復水器の4隅に設置されたコンクリート基礎により、鉛直方 向を拘束する構造としている。

復水器本体移動による接触影響評価は、基準地震動Ssによる地震力に対して、復水器基礎部の各評価部位に発生する応力が許容応力を超えないこと及び復水器水室フランジの変位量が許容変位量を超えないことを評価することにより、復水器水室出入口弁の機能が損なわれないことを確認する。なお、復水器水室フランジの変位量算出に関する補足を別紙に示す。

復水器本体は種々の部材により構成され、複雑な構造の機器であるため、地震により復水器基礎部に与える荷重や復水器水室フランジ変位について、実機構造を反映して詳細評価を行う方針とする。評価条件として、3次元 FEM 解析を実施することにより、復水器基礎部に生じる荷重及び復水器水室フランジ部の変位を求め、これを用いて評価する。

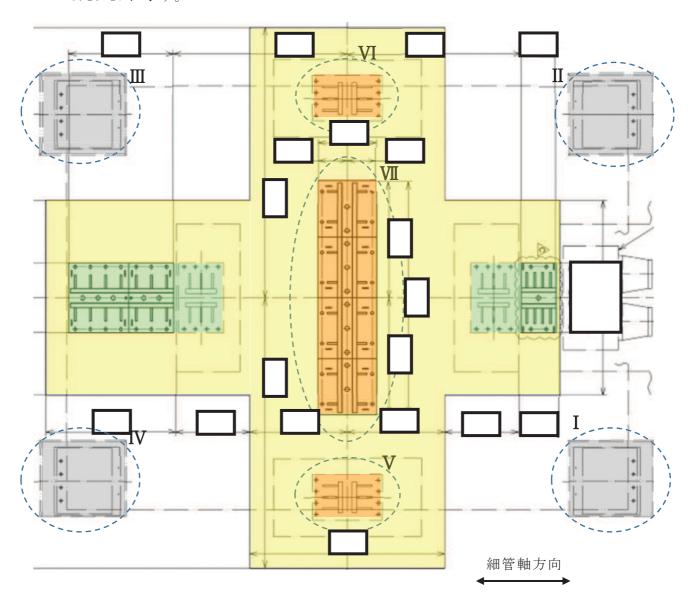
(2) 適用規格·基準等

本評価において適用する規格・基準等を以下に示す。

- ・原子力発電所耐震設計技術指針 (JEAG4601-1987)
- ・原子力発電所耐震設計技術指針 重要度分類・許容応力編(JEAG4601・ 補-1984)
- ·原子力発電所耐震設計技術指針(JEAG4601-1991 追補版)
- ・JSME S NC1-2005/2007 発電用原子力設備規格 設計・建設規格
- •日本建築学会 2005年 鋼構造設計規準 -許容応力度設計法-

- 2. 復水器基礎部と復水器水室フランジの評価部位・評価条件
 - (1)構造概要及び評価部位

復水器基礎部と復水器水室フランジの構造概要及び各評価部位は図 9.13-13~図 9.13-17 に示す。



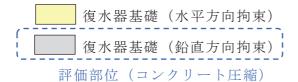
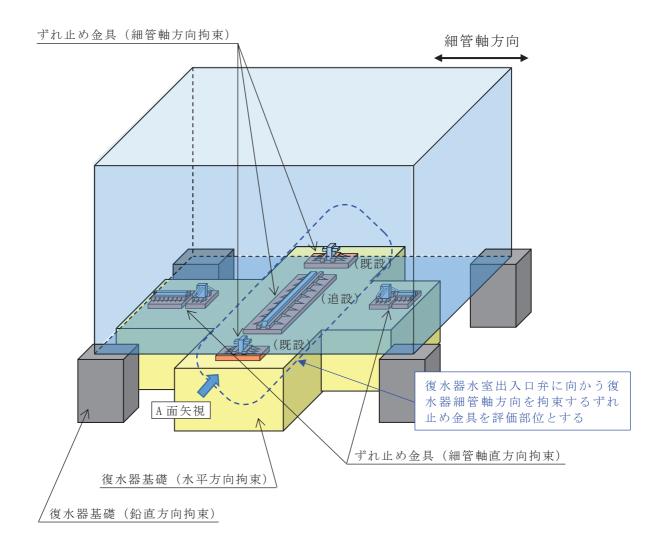


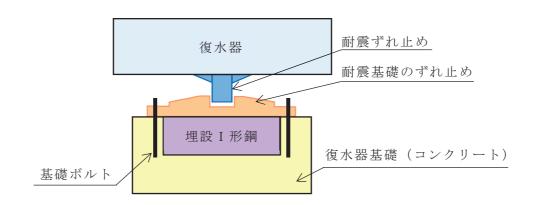


図 9.13-13 復水器基礎平面図*

注記*:復水器1基分を示す。



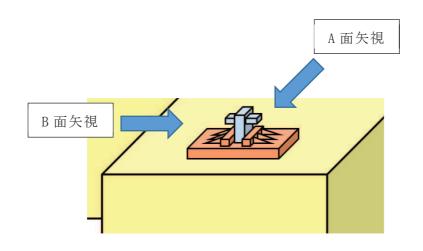
(復水器基礎部鳥瞰図)



(ずれ止め金具の概要 (A面矢視))

図 9.13-14 復水器ずれ止め金具配置図

補-9.13-26



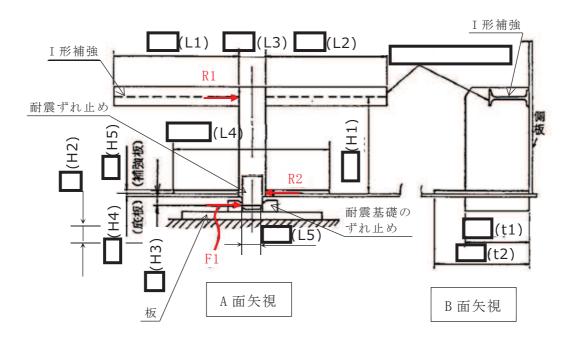
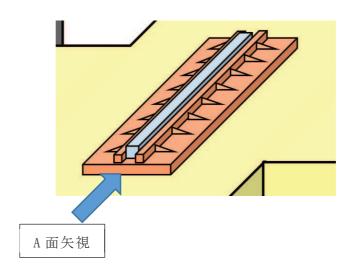
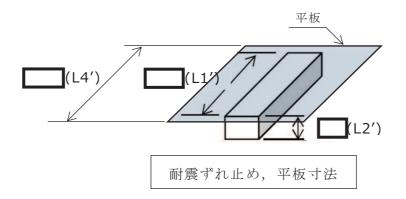


図 9.13-15 既設ずれ止め金具断面図





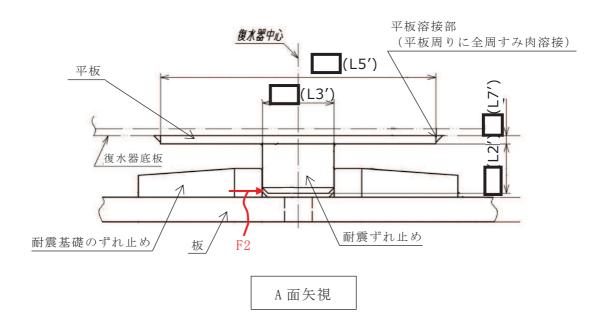
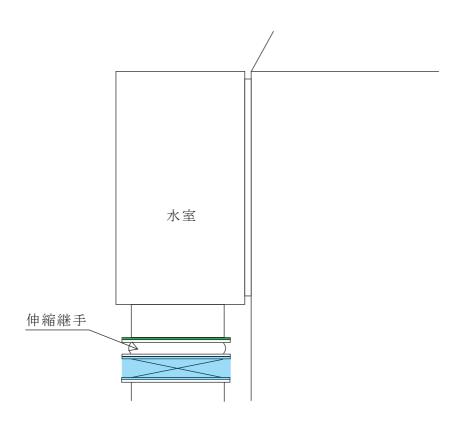


図 9.13-16 追設ずれ止め金具断面図



復水器水室出入口弁



図 9.13-17 復水器水室出入口弁,復水器水室フランジ

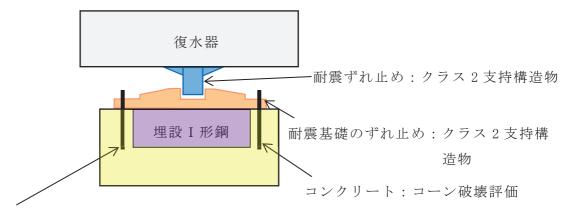
(2) 設計用地震力

復水器本体移動による接触影響の評価においては,実機構造を反映した耐震評価を実施することを目的として,3 次元 FEM 解析により発生荷重及び復水器水室フランジ部の変位を求める。設計用地震力としては,添付書類「VI-2-別添 2-1 溢水防護に係る施設の耐震計算の方針」に基づき,復水器基礎台高さ(0.P.800mm)における基準地震動 S s の床応答スペクトルを適用する。なお,地震力については,水平 2 方向地震力と鉛直方向地震力を SRSS にて組み合わせる。解析の詳細は「C. 3 次元 FEM 解析」に示す。

(3)評価条件及び許容応力

ずれ止め金具の評価部位と評価条件は図 9.13-18 に、許容応力については表 9.13-6~表 9.13-10 に示す。また、許容応力評価条件を表 9.13-11~表 9.13-13 に示す。

- ・ JEAG 4601-補 1984 許容応力編 に従う。
- ・耐震ずれ止め、基礎ボルトは、クラス2支持構造物の許容応力状態NASとする。
- ・コンクリートの圧縮の許容応力状態IVASとする。



基礎ボルト:クラス2支持構造物

図 9.13-18 ずれ止め金具の評価部位と評価条件

表 9.13-6 復水器基礎部 (No. V, VI耐震ずれ止め側) 許容応力

評価部位	算出応力	応力 (S s 地震力評価) 許容応力状態Ⅳ₄S	適用式
底板と補強板 (圧縮)	σ 21	クラス2支持構造物 引張	ft=1.5× F/1.5 F=min(1.2Sy, 0.7Su)
耐震ずれ止め (曲げ)	σ 22	クラス2支持構造物 曲げ(面外)	fb=1.5× $\frac{F}{1.3}$ F=min(1.2Sy, 0.7Su)
I 形補強 (圧縮)	σ 23	クラス2支持構造物 引張	ft=1.5× $\frac{F}{1.5}$ F=min(1.2Sy, 0.7Su)

表 9.13-<mark>7</mark> 復水器基礎部 (No. VII 耐震ずれ止め側) 許容応力

評価部位	算出応力	応力(Ss地震力評価) 許容応力状態Ⅳ₄S	適用式
耐震ずれ止め (曲げ)	σ 22'	クラス 2 支持構造物 曲げ(面外)	fb=1.5× $\frac{F}{1.3}$ F=min(1.2Sy, 0.7Su)
平板溶接部 (圧縮)	σ 24	クラス 2 支持構造物 せん断	fs=1.5× $\frac{F}{1.5\sqrt{3}}$ F=min(1.2Sy, 0.7Su)

表 9.13-8 復水器基礎部 (No. V, VI, VII 耐震基礎のずれ止め側) 許容応力

	3 · HI 3 · MC FI		
評価部位	算出応力	応力 (S s 地震力評価) 許容応力状態Ⅳ _A S	適用式
耐震基礎のずれ止め (圧縮)	σ 31	クラス2支持構造物 引張	ft=1.5× F/1.5 F=min(1.2Sy, 0.7Su)
基礎ボルト (引張)	σ 32	クラス 2 支持構造物 引張	$ft=1.5 \times \frac{F}{2}$ $F=min(1.2Sy, 0.7Su)$
埋設 I 形鋼 (曲げ)	σ 33	クラス 2 支持構造物 曲げ(面外)	fb=1.5× $\frac{F}{1.3}$ F=min(1.2Sy, 0.7Su)
埋設 I 形鋼 フランジ部 (曲げ)	σ 34	クラス 2 支持構造物 曲げ (面外)	fb=1.5× F/1.3 F=min(1.2Sy, 0.7Su)
板 (曲げ)	σ 35	クラス 2 支持構造物 曲げ (面外)	fb=1.5× F/1.3 F=min(1.2Sy, 0.7Su)

表 9.13-9 復水器基礎コンクリート (No. I ~ IV) 許容応力

評価部位	算出応力	応力(Ss地震力評価) 許容応力状態IVAS	適用式
基礎コンクリート (圧縮)	σ 41	埋没金物コンクリート部の 許容応力度 圧縮	0.75Fc

表 9.13-10 復水器基礎 (No. V, VI, VII) コンクリートのコーン破壊 許容応力

評価部位	算出応力	応力 (Ss地震力評価) 許容応力状態IVAS	適用式
基礎コンクリート 基礎ボルト部の コーン破壊	_	基礎ボルトが引張荷重を受け る場合のコンクリートの評価	P≤Pa=min(Pa1, Pa2) Pa1=K1×Ac1×√Fc Pa2=K2×α×A0×Fc

表 9.13-11 復水器基礎部 (No. V, VI耐震ずれ止め側) 許容応力評価条件

⇒	材料	温度条件	S y	S u	F
評価部材		(℃)	(MPa)	(MPa)	(MPa)
底板と補強板	SM400A 相当 (SMA400AP)	66*	225	385	270
耐震ずれ止め	SS400	66*	206	385	247
I形補強	SS400	66*	225	385	270

注記*:最高使用温度

表 9.13-12 復水器基礎部 (No. VII 耐震ずれ止め側) 許容応力評価条件

評価部材	材料	温度条件	S y	S u	F
		(℃)	(MPa)	(MPa)	(MPa)
耐震ずれ止め	SF490A	66*1	236	451	283
平板溶接部*2	SF490A 相当	66*1	236	451	283

注記*1:最高使用温度

*2:溶接部の許容応力は、接合される母材の許容せん断応力とする。

表 9.13-13 復水器基礎部 (No. V, VI, VII 耐震基礎のずれ止め側) 許容応力評価条件

評価部材	材料	温度条件	S y	S u	F
計 1 前 7 7	1711 村	(\mathcal{C})	(MPa)	(MPa)	(MPa)
耐震基礎のずれ止め	SS400	66*	206	385	247
基礎ボルト	既設:SS400	66*	206	385	247
	追設:SCM435	66*	777	913	639
埋設Ⅰ形鋼	SS400	66*	206	385	247
埋設Ⅰ形鋼フランジ部	SS400	66*	206	385	247
板	SS400	66*	206	385	247

注記*:最高使用温度

3. 復水器基礎部 (No. V, VI, VII 耐震ずれ止め側) の評価

(1) 耐震ずれ止めに作用する荷重

復水器の強度部材を考慮した3次元モデルを作成し、3次元 FEM 解析により各耐震 ずれ止めに作用する荷重を算出する。水平2方向それぞれに対し応答スペクトル解析 により荷重を求め、各方向による荷重を SRSS にて組み合わせる。各耐震ずれ止めに作 用する荷重を表 9.13-14 に示す。既設耐震ずれ止め (No. V, VI) は同構造であること から、発生荷重の大きい No. Vの値の荷重が、細管軸方向に作用するものとして評価 する。解析の詳細は「C. 3次元 FEM 解析」に示す。

評価部位 算出荷重 発生荷重(kN) No. V F1 No. VI No. VII F2

表 9.13-14 各耐震ずれ止めに作用する荷重

(2) 既設の耐震ずれ止めに作用する荷重

図 9.13-15 より、耐震ずれ止めの底板上面 (R2 の作用する面) を軸とするモーメ ントつり合いから、既設耐震ずれ止めにかかる反力 R1, R2 は,

(3) 既設の底板と補強板の圧縮(引張) 応力

図 9.13-15 より, 底板の厚さ H4, 既設補強板の厚さ H5, 既設補強板の有効長さ t1 とすると、底板と既設補強板の圧縮(引張)応力 σ21 は、

$$\sigma 21 = \frac{R2}{(H4+H5) \times t1 \times 2}$$

$$= \boxed{ = 152 \text{ MPa}}$$

既設 補強板の圧縮(引張)応力 σ 21 152 (MPa)

(4) 既設の耐震ずれ止めの曲げ応力

図 9.13-15 より、既設の耐震ずれ止めの曲げモーメント M1 は、

$$M1 = F1 \times (H3+H4)$$

既設の耐震ずれ止めの厚さ L5 は mm であり, 断面係数 Z1 は,

$$Z1 = \frac{\text{t1} \cdot \text{L5}^2}{6}$$

$$= \frac{1}{6} \text{mm}^3$$

以上より、既設の耐震ずれ止めの曲げ応力 σ 22 は、

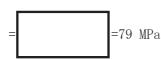
$$\sigma 22 = \frac{M1}{Z1}$$

既設 耐震ずれ止めの曲げ応力 σ 22 166 (MPa)

(5)既設の I 形補強の圧縮(引張) 応力

図 9.13-15 より, 既設の I 形補強 の断面積を A1 とすると, 既設の I 形補強の圧縮 (引張) 応力 σ 23 は,

$$\sigma 23 = \frac{R1}{A1 \cdot 2}$$



既設 I 形補強の圧縮 (引張) 応力 σ 23 79 (MPa)

(6) 追設の耐震ずれ止めの曲げ応力

図 9.13-16 より, 追設の耐震ずれ止めの曲げモーメント M1'は,

追設の耐震ずれ止め厚さ L3'は mm であり、断面係数 Z1'は、

$$Z1' = \frac{L1' \cdot L3'^2}{6}$$

$$= \frac{1}{6}$$

$$= \frac{1}{6}$$

$$= \frac{1}{6}$$

以上より、追設の耐震ずれ止めの曲げ応力 σ 22' は、

$$\sigma 22' = \frac{\text{M1'}}{\text{Z1'}}$$

$$= 86 \text{ MPa}$$

追設 耐震ずれ止めの曲げ応力 σ 22' 86 (MPa)

(7) 追設の平板溶接部の応力

図 9.13-16 より,追設の耐震ずれ止め平板部と底板とのすみ肉溶接長さ L6' $(=(L4'+L5')\times2)$, すみ肉溶接脚長 X1'とすると,追設ずれ止め金具平板部から底板への力の伝達によるすみ肉溶接の応力 σ 25 は,

$$\sigma 25 = \frac{F2}{\frac{L6' \cdot X1'}{\sqrt{2}}}$$

$$= 99 \text{ MPa}$$

追設 耐震ずれ止め平板のすみ肉溶接の応力 σ 25

99 (MPa)

4. 復水器基礎部 (No. V, VI, VII 耐震基礎のずれ止め側) の評価 地震力が復水器細管軸方向に働く場合の復水器基礎部 (耐震基礎のずれ止め側) の

耐震基礎のずれ止めに働く地震力 F1, F2 は表 9.13-14 に示す値を適用する。

(1) 耐震基礎のずれ止めの圧縮応力

強度評価を実施する。

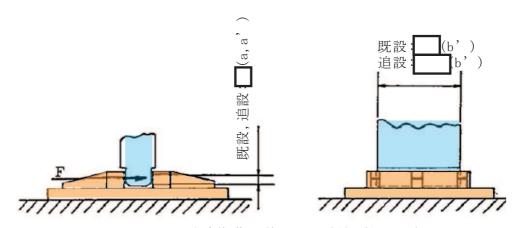


図 9.13-19 耐震基礎のずれ止め寸法 (側面図)

図 9.13-19 より、既設と追設の耐震基礎のずれ止めそれぞれに働く地震力の圧縮応力 σ 31、 σ 31'は、

$$\sigma 31 = \frac{F1}{a \cdot b}$$

$$= 218 \text{ MPa}$$

$$\sigma 31' = \frac{F2}{a' \cdot b'}$$

$$= \boxed{ = 59 \text{ MPa}}$$

既設	耐震基礎のずれ止めに働く地震力による圧縮応力 σ 31	218(MPa)
追設	耐震基礎のずれ止めに働く地震力による圧縮応力 σ 31'	59(MPa)

(2) 基礎ボルトの引張応力

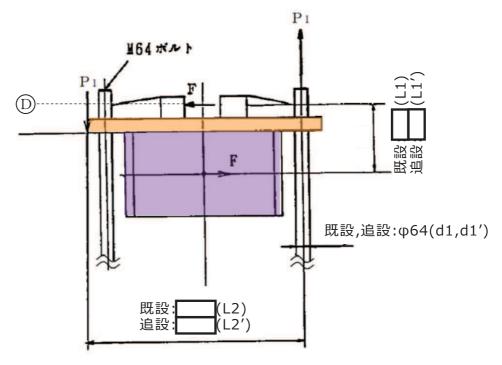


図 9.13-20 基礎ボルト埋込断面図

既設と追設の基礎ボルトそれぞれに働く力 P1, P1'は,

以上より、既設と追設の基礎ボルトそれぞれに働く引張応力 σ 32, σ 32'は、

$$\sigma 32 = \frac{P1}{\frac{\pi}{4} \cdot d1^2 \cdot n1}$$

$$= \frac{158 \text{ MPa}}{1000 \text{ MPa}}$$

$$\sigma 32' = \frac{\text{P1'}}{\frac{\pi}{4} \cdot \text{d1'}^2 \cdot \text{n1'}}$$

$$= \boxed{\phantom{\frac{\frac{\pi}{4} \cdot \text{d1'}^2 \cdot \text{n1'}}{\frac{\pi}{4} \cdot \text{d1'}^2 \cdot \text{n1'}}}$$

既設	基礎ボルトに働く引張応力 σ32	158 (MPa)
追設	基礎ボルトに働く引張応力 σ 32'	218 (MPa)

(3) 基礎ボルトとコンクリートの付着力

後段で示す, 7. 項復水器基礎 (No. V, VI, VII) 評価 (コーン破壊評価) にて行う。

(4) 埋設 I 形鋼の曲げ応力

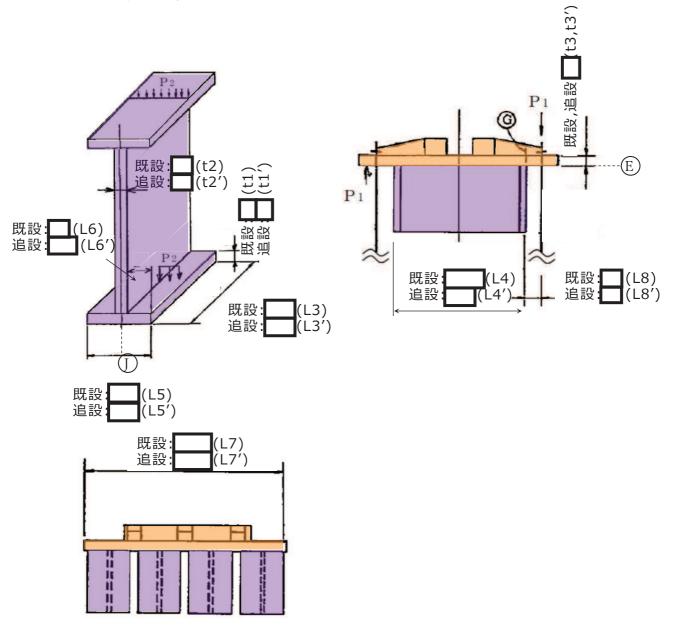


図 9.13-21 ずれ止め埋設金物寸法

図 9.13-21 より、既設埋設 I 形鋼の数量 n2、高さ L3 とし、追設埋設 I 形鋼の数量 n2'、高さ L3'とする。既設埋設 I 形鋼、追設埋設 I 形鋼それぞれの等分布荷重 w1、w1'は、

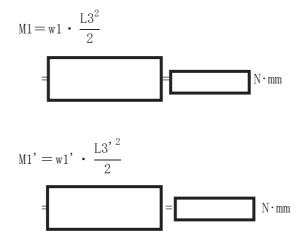
$$w1 = \frac{F1}{n2 \cdot L3}$$

$$= \frac{N/mm}{N}$$

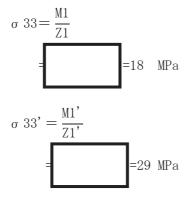
$$w1' = \frac{F2}{n2' \cdot L3'}$$

$$= \boxed{\qquad \qquad N/mm}$$

既設埋設 I 形鋼, 追設埋設 I 形鋼それぞれのつけ根部Eにおけるモーメント M1, M1, M1



既設と追設の埋設 I 形鋼の断面係数をそれぞれ Z1, Z1'とすると, 既設と追設の埋設 I 形鋼それぞれの曲げ応力 σ 33, σ 33'は,



既設	埋設Ι形鋼の曲げ応力 σ 33	18(MPa)
追設	埋設Ι形鋼の曲げ応力 σ 33'	29(MPa)

(5)埋設 I 形鋼フランジ部の曲げ応力

既設と追設の埋設 I 形鋼の等分布荷重 w1, w1'は(4)項にて算出する。

図 9.13-21 より, 既設と追設の埋設 I 形鋼のフランジ部のつばの長さをそれぞれ L6, L6'とすると, 既設と追設それぞれの単位面積に働く荷重 P2, P2'は,

$$P2' = \frac{w1'}{L5' + L6' \times 2}$$

$$= \boxed{\qquad} MPa$$

既設と追設のフランジ付け根部①におけるそれぞれの曲げモーメント M3, M3'は,

$$M3' = \frac{P2'}{2} \cdot L6'^2$$

$$= \boxed{\qquad \qquad N \cdot mm/mm}$$

既設と追設のフランジ断面係数をそれぞれ Z_2 , Z_2 'とすると, 既設と追設それぞれ のフランジ曲げ応力 σ 34, σ 34'は,

$$\sigma 34 = \frac{M3}{Z2}$$

$$= \boxed{ = 62 \text{ MPa}}$$

$$\sigma 34' = \frac{\text{M3'}}{\text{Z2'}}$$

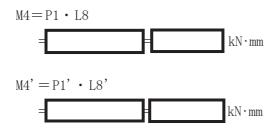
$$= \boxed{\phantom{\text{M3'}}} = 98 \text{ MPa}$$

既設	埋設Ι形鋼フランジの曲げ応力 σ34	62(MPa)
追設	埋設Ι形鋼フランジの曲げ応力 σ 34'	98(MPa)

(6)板の曲げ応力

基礎ボルトに働く力 P1, P1'は(2)項にて算出した値である。

図 9.13-21 より、既設と追設のフランジから基礎ボルトまでの長さをそれぞれ L8、L8'とすると、既設と追設の板©におけるそれぞれの曲げモーメントは、



既設と追設の板の厚さをそれぞれ t3, t3, 既設と追設の板長さをそれぞれ L7, L7, 既設と追設のGにおける断面係数をそれぞれ Z3, Z3

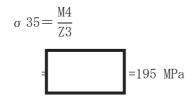
$$Z3 = \frac{1}{6} \cdot L7 \cdot t3^{2}$$

$$= \boxed{\qquad} mm^{3}$$

$$Z3' = \frac{1}{6} \cdot L7' \cdot t3'^{2}$$

$$= \boxed{\qquad} mm^{3}$$

既設と追設の断面Gにおける曲げ応力 σ 35, σ 35' は,



$$\sigma 35' = \frac{M4'}{Z3'}$$

$$= \boxed{ = 147 \text{ MPa}}$$

既設の断面 ©における曲げ応力 σ35	195(MPa)
追設の断面©における曲げ応力 σ35'	147(MPa)

5. 復水器水室フランジ変位量の評価

地震荷重による復水器水室フランジの変位によって、水室出入口弁の弁体と接触しないことを確認する。3次元 FEM 解析を適用し、復水器水室フランジの変位量 L を求めた。解析の詳細は「C. 3次元 FEM 解析」に示す。

復水器水室フランジの変位量 L	25 (mm)
-----------------	---------

復水器水室フランジの許容変位量は図 9.13-22 より, 150mm とする。

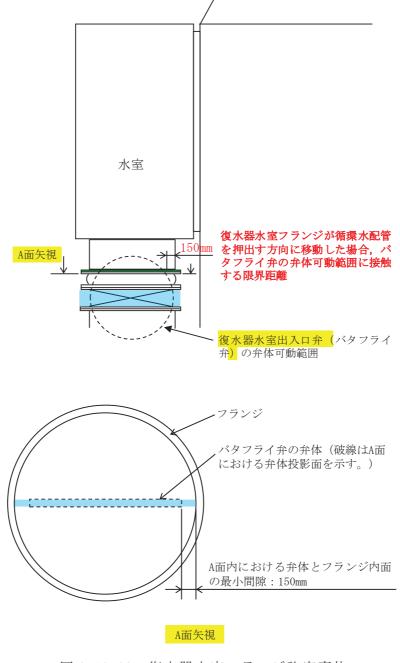


図 9.13-22 復水器水室フランジ許容変位

補-9.13-45

6. 復水器基礎 (No. I ~ IV) の評価

(1)鉛直方向を拘束する基礎台配置

復水器の鉛直方向を拘束する基礎台は,図9.13-23に示す基礎台No. I~IVであり, 復水器1台につき4個の基礎台で拘束している。なお、復水器運転中の熱伸びを吸収 するため図 9.13-24 に示すとおり、復水器本体と基礎台間にすべり板を設置するとと もにボルト固定部は穴に余裕を持たせている。

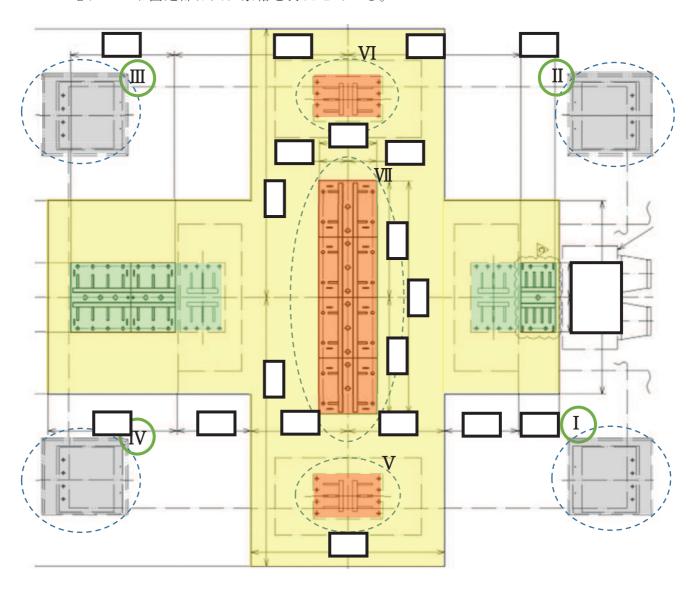


図 9.13-23 鉛直方向を拘束する復水器基礎台 (平面図)

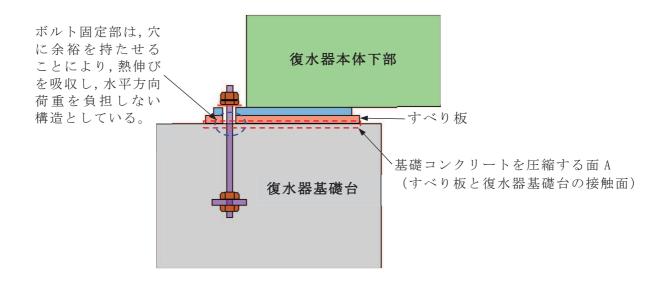


図 9.13-24 鉛直方向のみ拘束する構造の概略断面図

(2)復水器基礎の評価条件

復水器の強度部材を考慮した 3 次元モデルを作成し、3 次元 FEM 解析により各復水器基礎に作用する荷重を算出する。水平 2 方向及び鉛直方向それぞれに対し応答スペクトル解析により荷重を求め、各方向による荷重を SRSS にて組み合わせる。各復水器基礎に作用する荷重を表 9.13-15 に示す。発生荷重の最も大きい No. IV の値の荷重が、鉛直方向に作用するものとして評価する。解析の詳細は「C. 3 次元 FEM 解析」に示す。

2 (1 1 2 1	п долган шис.	11 /14 / 0 114 ==
評価部位	算出荷重	発生荷重(kN)
No. I		
No. II	D	
No. III	ľ	
No. IV		

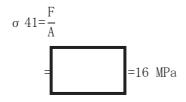
表 9.13-15 各復水器基礎に作用する荷重

(3) 基礎コンクリート圧縮の評価

基礎コンクリートを圧縮する面 A は,



よって、基礎コンクリートにかかる圧縮応力 σ 41 は、



- 7. 復水器基礎 (No. V, VI, VII) 評価 (コーン破壊評価) 表 9.13-14 に示す荷重値を使用し、復水器の水平方向(細管軸方向)を拘束する基 礎台 No. V, VI, VIの基礎ボルトの引張 (コーン破壊) を評価する。
 - (1)水平方向を拘束する基礎台及び耐震基礎のずれ止めの配置 復水器の水平方向(細管軸方向)を拘束する基礎台は,図 9.13-25 に示す基礎台 No. V, VI, VIである。

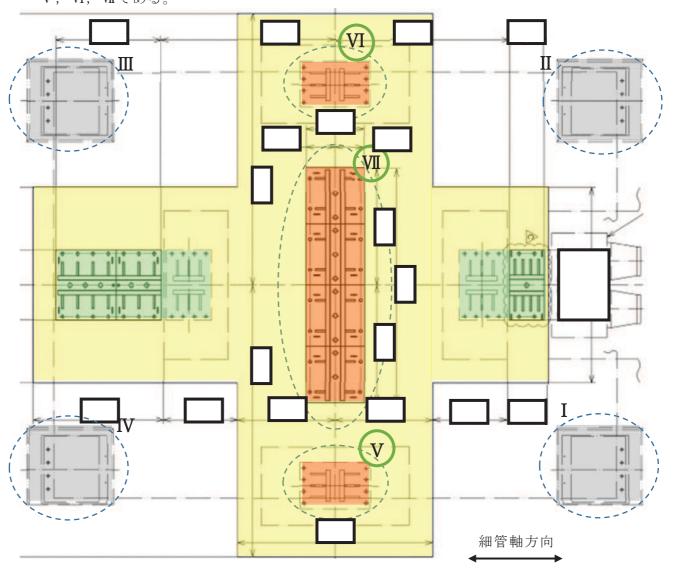
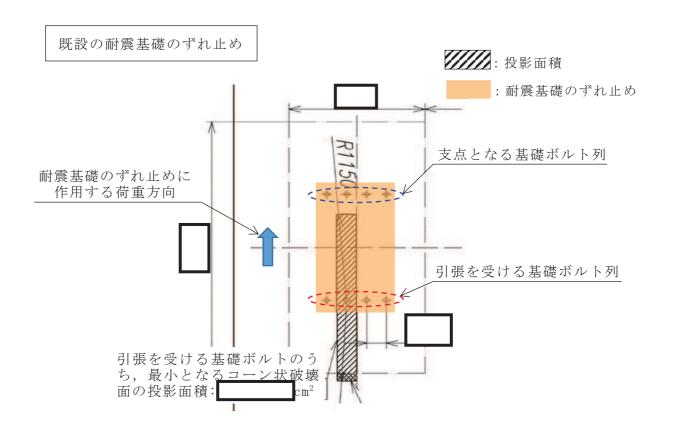


図 9.13-25 水平方向(細管軸方向)を拘束する復水器基礎台

耐震基礎のずれ止め形状と基礎ボルト配置寸法を図 9.13-26 に示し、既設と追設の 基礎ボルトを評価する。コーン破壊評価上最も厳しい評価として、図中斜線部で示す 投影面積を評価対象とする。



追設の耐震基礎のずれ止め

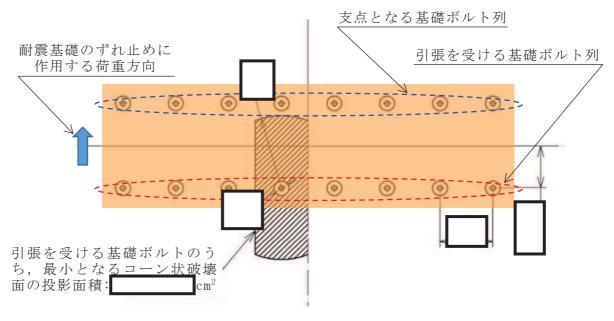


図 9.13-26 耐震基礎のずれ止め形状と基礎ボルト配置寸法

(2) 既設基礎ボルトのコーン破壊評価

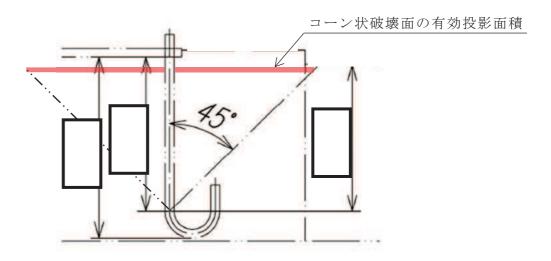


図 9.13-27 既設基礎ボルトの形状

供用状態 D (IV A S): K1=0.6 ・・・・JEAG4601-1991 表 2.2-1 より $Fc=330~kgf/cm^2$

JEAG4601-1991より,基礎ボルト1本あたりの基礎コンクリートの許容引張荷重は, Pa1=K1×Ac1× \sqrt{Fc} ×g

=0. 6 \times $\times \sqrt{330} \times 9$. 80665= kN

また, 4. 項より基礎ボルト (4本) に働く力 P1 は kN となるため, 基礎ボルト (1本) に働く力は,

 $\frac{P1}{4}$ kN

既設基礎ボルト (1本) に働く力 (kN)

(3) 追設基礎ボルトのコーン破壊評価

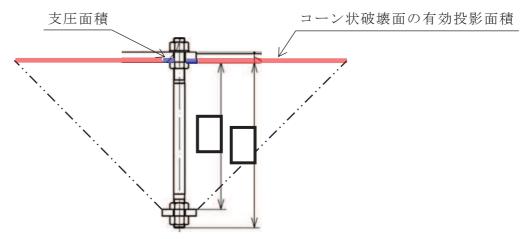


図 9.13-28 追設基礎ボルトの形状と配置

供用状態D (IVAS): K1=0.6, K2=0.75 ··· JEAG4601-1991 表 2.2-1 より,

Fc' =
$$337 \text{ kgf/cm}^2$$

$$\alpha' = \sqrt{\operatorname{Ac2'}/\operatorname{A_0'}} = \boxed{}$$

JEAG4601-1991より, 基礎ボルト1本あたりの基礎コンクリートの許容引張荷重は,

Pa1'=
$$K1 \times Ac1' \times \sqrt{Fc'} \times g$$

=1.399 \times 10³ kN
Pa2'= $K2 \times \alpha' \times Ac' \times Fc' \times g$
=4.724 \times 10³ kN

 $Pa' = Min(Pa1', Pa2') = 1.399 \times 10^3 \text{ kN}$

また, 4. 項より基礎ボルト(8 本)に働く力 P1'は となるため, 基礎ボルト(1 本)に働く力は,

$$\frac{P1'}{8}$$
 kN

追設基礎ボルト(1本)に働く力 (kN)

8. 評価結果

(1)復水器基礎部 (No. V, VI, VII 耐震ずれ止め側)

復水器水平方向を拘束する基礎部 (No. V, VI, VII 耐震ずれ止め側) の強度評価を 行い, 許容応力以下であることを確認した。

表 9.13-16 復水器基礎部 (No. V, VI 耐震ずれ止め側) の応力

評価部位		算出応力 (MPa)		許容応力 (MPa)
底板と補強板 (圧縮)	既設	σ 21	152	270
耐震用ずれ止め (曲げ)	既設	σ 22	166	247
I 形補強 (圧縮)	既設	σ 23	79	270

表 9.13-17 復水器基礎部 (No. VII 耐震ずれ止め側) の応力

評価部位		算出応力 (MPa)		許容応力 (MPa)
耐震用ずれ止め (曲げ)	追設	σ 22'	86	283
平板溶接部 (せん断)	追設	σ 24	99	163

(2)復水器基礎部 (No. V, VI, VII 耐震基礎のずれ止め側)

復水器水平方向を拘束する基礎 (No. V, VI, VII 耐震基礎のずれ止め側)の強度評価を行い、許容応力以下であることを確認した。

表 9.13-18 復水器基礎部 (No. V, VI, VII 耐震基礎のずれ止め側) の応力

評価部位		算出応力 (MPa)		許容応力 (MPa)
耐震基礎のずれ止	既設	0.1	218	2.45
め(圧縮)	追設	σ 31	59	247
基礎ボルト	既設	0.0	158	185
(引張)	追設	σ 32	218	479
基礎ボルトと	ンクリート			
コングリート (付着) *				_
埋設Ⅰ形鋼	既設	0.0	18	9.47
(曲げ)	追設	σ 33	29	247
埋設Ⅰ形鋼	既設	- 9.4	62	9.47
フランジ部 (曲げ)	追設	σ 34	98	247
板	既設	- 25	195	247
(曲げ)	追設	σ 35	147	241

注記*:復水器基礎(No. V, VI, VII) コンクリートのコーン破壊評価にて確認。

(3) 復水器水室フランジ変位量

地震荷重による復水器水室フランジの変位量を評価し、許容変位量以下であること を確認した。

表 9.13-19 復水器水室フランジの変位量評価

評価部位	算出変位量 (mm)		許容変位量 (mm)
復水器水室フランジ (変位量)	L	25	150

(4) 復水器基礎 (No. I ~ IV) コンクリート

復水器鉛直方向を拘束する基礎 (No. I \sim IV) のコンクリート圧縮を評価し、許容応力以下であることを確認した。

表 9.13-20 復水器基礎 (No. $I \sim IV$) のコンクリート破壊評価

評価部位	算出応力		許容応力
一		(MPa)	(MPa)
基礎コンクリート	- 41	1.6	9.4
(圧縮)	σ 41	16	24

(5)復水器基礎 (No. V, VI, VII) コンクリート

耐震基礎のずれ止め(No. V, VI, VII)の基礎ボルトの引張力を評価し、コンクリートのコーン破壊に対して許容引張荷重以下であることを確認した。

表 9.13-21 復水器基礎 (No. V, VI, VII) コンクリートのコーン破壊評価

評価部位	算出引張荷重	許容引張荷重	
中十川川 日以小	(kN)	(kN)	
基礎コンクリート既設基礎ボルト部	F 064 × 102	6. 225×10^2	
(1本)のコーン破壊	5.064×10^2		
基礎コンクリート追設基礎ボルト部	6.990×10^{2}	1 200 × 103	
(1本)のコーン破壊	0.990×10°	1.399×10^3	

C. 3次元 FEM 解析

1. 解析条件

「B. 復水器本体移動による接触影響の評価」において、実態に近い耐震評価を実施することを目的として、解析コード「ABAQUS」による応答スペクトル解析により耐震ずれ止め及び復水器基礎部に発生する荷重、復水器水室フランジ部の変位を求めた。

耐震上考慮すべき復水器の強度部材を考慮し、3次元解析モデルをはり要素及びシェル要素にて作成した。解析モデル鳥瞰図を図 9.13-29 に示す。また、解析モデル作成における設定条件を表 9.13-22 に示す。

設計用地震力としては,添付書類「VI-2-別添 2-1 溢水防護に係る施設の耐震計算の方針」に基づき設定した,復水器基礎台高さ (0.P.800mm)における基準地震動Ss の床応答スペクトルを適用した。

なお、「A. 復水器水室落下の影響評価」においては、本解析結果は用いず、復水器 基礎台高さにおける設計震度を用いて簡便に評価している。

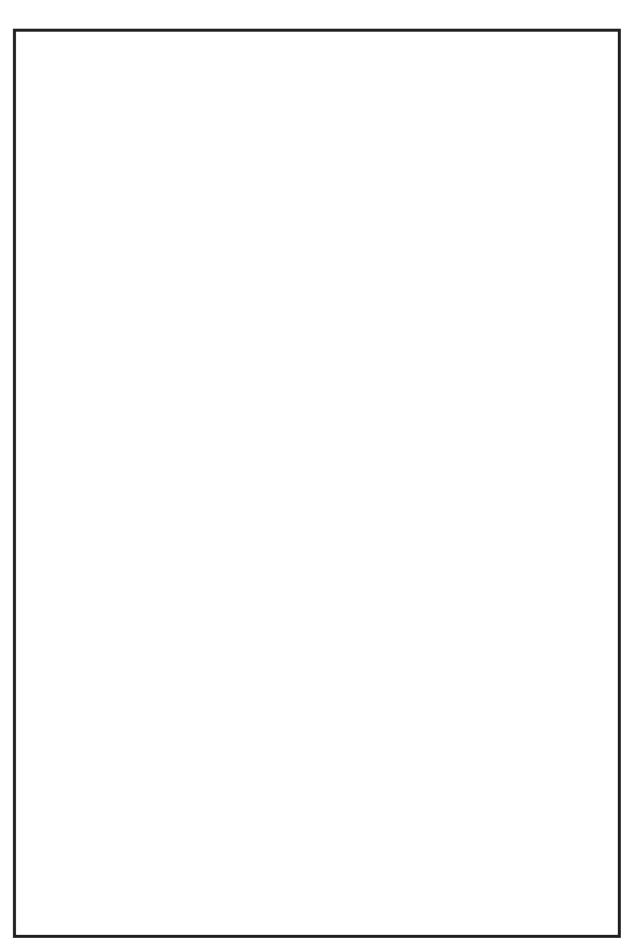


図 9.13-29 復水器解析モデル鳥瞰図

表 9.13-22 復水器解析モデル条件

温点	度条件	66 ℃(最高使用温度)	
材料物性	縦弾性係数		
	ポアソン比		
境界条件	耐震ずれ止め		
	復水器基礎		
	(鉛直方向拘束)		
モデル要素数			

2. 固有值解析結果

固有値解析結果を表 9.13-23 に示す。また、振動モード図を図 9.13-30 に示す。建設時工認における固有値評価では、復水器下部本体の曲げ・せん断剛性を考慮し細管軸方向及び軸直角方向それぞれの固有周期を算出していたが、本評価では、復水器の構造を詳細にモデル化し固有値解析を実施したことにより、より長周期の振動モードが確認されている。

表 9.13-23 固有値解析結果 (1/3)

			刺激係数 <mark>*</mark>	
次数	固有周期	水	平方向	
, , , , ,	(s)	EW方向	NS 方向	鉛直方向
		(細管軸方向)	(細管軸直方向)	
1				
2				
3				
4				
5				
6				
7 8				
9				
10				
11				
12				
13				
14				
15				
16				
17				
18				
19				
20				
21				
22				
23				
24				
25				
26				
27				
28				
29				
30			化し,固有ベクトルと質	

注記*:刺激係数は、モード質量を正規化し、固有ベクトルと質量マトリックスの積から 算出した値を示す。

表 9.13-2<mark>3</mark> 固有値解析結果 (2/3)

		刺激係数 <mark>*</mark>	系数 <mark>*</mark>		
次数	固有周期	水平方向			
DC 35C	(s)	EW方向	NS 方向	鉛直方向	
		(細管軸方向)	(細管軸直方向)		
31					
32					
33					
34					
35					
36					
37					
38					
39					
40					
41 42					
43					
44					
45					
46					
47					
48					
49					
50					
51					
52					
53					
54					
55					
56					
57					
58					
59					
60					

注記*:刺激係数は、モード質量を正規化し、固有ベクトルと質量マトリックスの積から 算出した値を示す。

表 9.13-2<mark>3</mark> 固有値解析結果 (3/3)

		刺激係数 <mark>*</mark>		
次数	固有周期	水平	方向	
	(s)	EW 方向 (細管軸方向)	NS 方向 (細管軸直方向)	鉛直方向
61				
62				
63				
64				
65				
66				
67				
68				
69				
70				
71				
72				
73				
74				
75				
76				
77				
78				
79				
80				
81				
82				
83				
84				
85				

注記*:刺激係数は、モード質量を正規化し、固有ベクトルと質量マトリックスの積から 算出した値を示す。

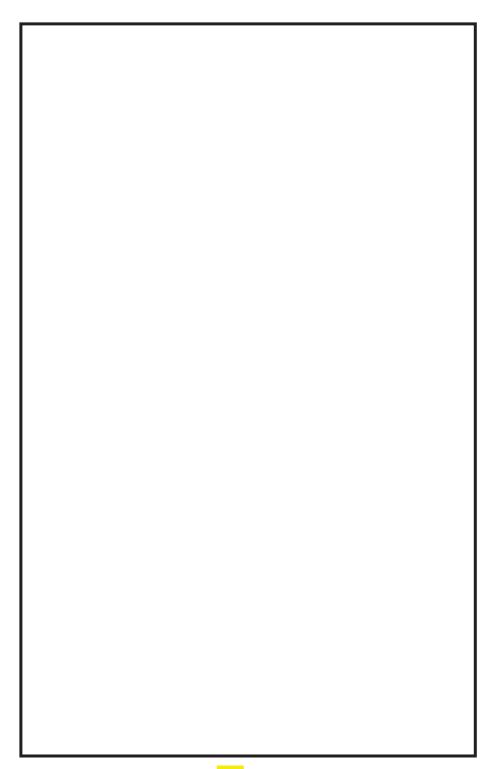


図 9.13-30 1次振動モード図

3. 耐震ずれ止めに発生する荷重の算出

水平 2 方向それぞれに対し応答スペクトル解析により耐震ずれ止めに発生する荷重を求め、各方向による荷重を SRSS にて組み合わせることで、荷重を算出した。算出した荷重値を表 9.13-24 に示す。なお、評価部位の付番は図 9.13-13 に従う。

表 9.13-24 各耐震ずれ止めに作用する荷重

評価部位	発生荷重(kN)
No. V	
No. VI	
No. VII	

4. 復水器基礎に発生する荷重の算出

水平2方向及び鉛直方向それぞれに対し応答スペクトル解析により、鉛直方向拘束の復水器基礎に発生する荷重を求め、各方向による荷重を SRSS にて組み合わせることで、荷重を算出した。算出した荷重値を表 9.13-25 に示す。なお、評価部位の付番は図 9.13-13 に従う。

表 9.13-<mark>25</mark> 各復水器基礎に作用する荷重

評価部位	発生荷重(kN)
No. I	
No. II	
No. III	
No. IV	

5. 復水器水室フランジの変位量の算出

水平2方向及び鉛直方向それぞれに対し応答スペクトル解析により、<mark>軸方向加振時変位量及び軸直方向加振時変位量の和として、</mark>復水器水室フランジの変位量を算出した。算出した変位量を表 9.13-26 に示す。

表 9.13-26 水室フランジ変位量

評価部位	変位量(mm)
復水器水室フランジの変位量	25

D. まとめ

復水器水室出入口弁への地震時復水器の影響として、復水器水室落下の影響及び復水器本体移動による接触影響について評価を実施し、評価対象部位に生じる応力等は許容限界を超えず、復水器水室出入口弁は、地震時の復水器損傷による影響を受けないことを確認した。

復水器水室フランジ変位量算出に関する補足

1. 概要

「B. 復水器本体移動による接触影響の評価」においては、「C. 3次元 FEM 解析」により、細管軸方向及び細管軸直方向を考慮した復水器水室フランジ部の変位量を算出し、復水器が復水器水室出入口弁に対して接触影響を及ぼさないことを確認している。

ここでは、参考として、仮に復水器基礎の拘束機能が喪失し、復水器本体が転倒することを想定した場合の復水器水室フランジの変位量を確認する。なお、復水器は床面に支持される構造であるが、周辺構造物として、タービンを支持するペデスタルが設置されていることを考慮する。

(1) 復水器細管軸方向

復水器細管軸方向断面の概略を図-1に示す。

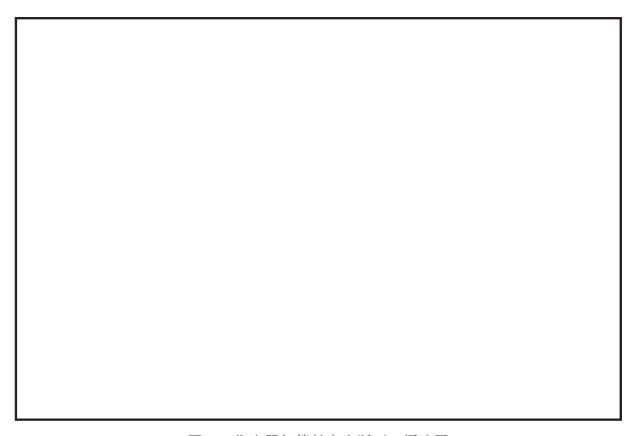


図-1 復水器細管軸方向断面の概略図

复水器細管軸直方向断	面の概略を図-2	に示す。	

図-2 復水器細管軸直方向断面の概略図

2. 確認結果

(2) 復水器細管軸直方向

図-1及び図-2に示すとおり、復水器細管軸方向及び軸直方向それぞれに対して、復水器とその周辺構造物の位置関係を踏まえた復水器水室フランジの変位量を算出し、仮に復水器基礎の拘束機能喪失による復水器本体の転倒を想定しても、復水器水室フランジの変位量は、許容変位 150mm を超えないことを確認した。また、算出結果に対して「C.3次元 FEM 解析」による解析結果を考慮しても、復水器水室フランジの変位量は、許容変位 150mm を超えないことを確認した。