

本資料のうち、枠囲みの内容は、  
機密事項に属しますので公開で  
きません。

柏崎刈羽原子力発電所第7号機 工事計画審査資料	
資料番号	KK7添-3-008-8 改1
提出年月日	2020年8月5日

V-3-3-6-1-1-8 クエンチャサポート基礎の強度計算書

2020年8月

東京電力ホールディングス株式会社

V-3-3-6-1-1-8 クエンチャサポート基礎の強度計算書

## 目 次

1. 概要 .....	1
2. 一般事項 .....	1
2.1 構造計画 .....	1
2.2 評価方針 .....	3
2.3 適用基準 .....	3
2.4 記号の説明 .....	4
2.5 計算精度と数値の丸め方 .....	5
3. 評価部位 .....	6
4. 強度評価 .....	8
4.1 強度評価方法 .....	8
4.2 荷重の組合せ及び許容応力 .....	8
4.2.1 荷重の組合せ及び許容応力状態 .....	8
4.2.2 許容応力 .....	8
4.2.3 使用材料の許容応力評価条件 .....	8
4.2.4 設計荷重 .....	12
4.3 計算方法 .....	13
4.4 計算条件 .....	14
4.5 応力の評価 .....	14
5. 評価結果 .....	15
5.1 重大事故等対処設備としての評価結果 .....	15
6. 参照図書 .....	17

## 1. 概要

本計算書は、クエンチャサポート基礎の強度計算書である。

クエンチャサポート基礎は、設計基準対象施設のクエンチャサポート基礎を重大事故等クラス2容器として兼用する機器である。

以下、重大事故等クラス2容器として、V-1-8-1「原子炉格納施設の設計条件に関する説明書」及びV-3-1-5「重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス2支持構造物の強度計算の基本方針」に基づき、クエンチャサポート基礎の強度評価を示す。

なお、本計算書においては、重大事故等時における荷重に対して、平成4年3月27日付け3資庁第13034号にて認可された工事計画の添付書類（参照図書(1)）（以下「既工認」という。）に示す手法に従い強度評価を行う。

## 2. 一般事項

### 2.1 構造計画

クエンチャサポート基礎の構造計画を表2-1に示す。

表 2-1 構造計画

計画の概要		概略構造図
基礎・支持構造	主体構造	
<p>クエンチャサポート基礎は原子炉格納容器底部に支持される。</p> <p>クエンチャサポート基礎は、原子炉格納容器底部と一体構造となっており、鉛直方向荷重及び水平方向荷重は、原子炉格納容器底部を介して原子炉建屋に伝達される。</p>	<p>ベースプレート、下部サポートパイプ、ベアリングプレート及びガセットプレート等で構成される鋼製構造物である。</p>	<p>クエンチャサポート基礎</p> <p>クエンチャサポートパイプ ガセットプレート 下部サポートパイプ ベアリングプレート 基礎ボルト コンクリート部</p> <p>クエンチャサポート基礎 拡大図</p>

(単位：mm)

## 2.2 評価方針

クエンチャサポート基礎の応力評価は、V-1-8-1「原子炉格納施設の設計条件に関する説明書」及びV-3-1-5「重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス2支持構造物の強度計算の基本方針」にて設定した荷重及び荷重の組合せ並びに許容限界に基づき、「3. 評価部位」にて設定する箇所において重大事故等時における温度、圧力による応力等が許容限界内に収まることを、「4. 強度評価」にて示す方法にて確認することで実施する。確認結果を「5. 評価結果」に示す。

クエンチャサポート基礎の強度評価フローを図2-1に示す。

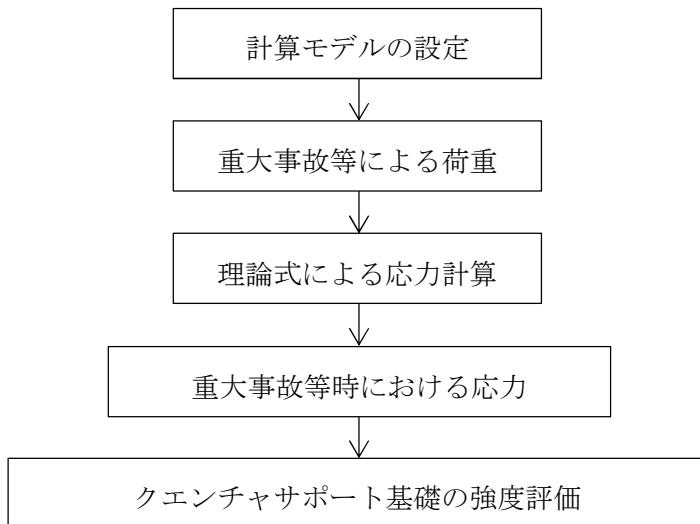


図2-1 クエンチャサポート基礎の強度評価フロー

## 2.3 適用基準

適用基準を以下に示す。

- (1) 発電用原子力設備に関する構造等の技術基準（昭和55年10月30日 通商産業省告示第501号）（以下「告示第501号」という。）
- (2) コンクリート製原子炉格納容器に関する構造等の技術基準（平成2年10月22日 通商産業省告示第452号）（以下「告示第452号」という。）

## 2.4 記号の説明

記号	記号の説明	単位
D	死荷重	—
D <sub>i</sub>	直径 ( $i = 1, 2, 3\cdots$ )	mm
f <sub>b</sub>	許容曲げ応力度	MPa
f <sub>c</sub>	許容圧縮応力度	MPa
f <sub>p</sub>	許容支圧応力度	MPa
f <sub>s</sub>	許容せん断応力度	MPa
f <sub>t</sub>	許容引張応力度	MPa
F <sub>c</sub>	コンクリートの設計基準強度	kg/cm <sup>2</sup> , N/mm <sup>2</sup>
H	水平力	N
ℓ <sub>i</sub>	長さ ( $i = 1, 2$ )	mm
L	活荷重	—
M <sub>SA</sub>	機械的荷重 (SA後機械的荷重)	—
M <sub>i</sub>	モーメント ( $i = 1, 2$ )	N·mm
N <sub>i</sub>	軸力 ( $i = 1, 2$ )	N
P <sub>SA</sub>	圧力 (SA後内圧)	kPa
R <sub>SA</sub>	配管荷重 (SA後配管荷重)	—
S	許容引張応力	MPa
S <sub>u</sub>	設計引張強さ	MPa
S <sub>y</sub>	設計降伏点	MPa
S <sub>y</sub> (R T)	40°Cにおける設計降伏点	MPa
t <sub>i</sub>	厚さ ( $i = 1, 2, 3\cdots$ )	mm
T <sub>SA</sub>	温度 (SA後温度)	°C

## 2.5 計算精度と数値の丸め方

精度は、有効数字 6 桁以上を確保する。

表示する数値の丸め方は表 2-2 に示すとおりとする。

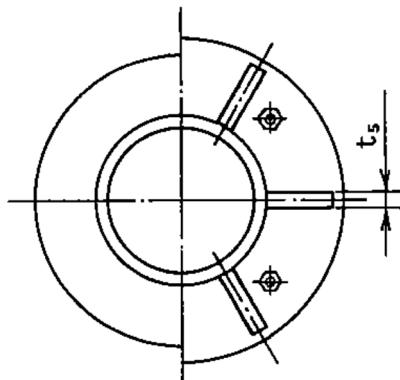
表 2-2 表示する数値の丸め方

数値の種類	単位	処理桁	処理方法	表示桁
温度	°C	—	—	整数位
許容応力*	MPa	小数点以下第 1 位	切捨て	整数位
算出応力	MPa	小数点以下第 1 位	切上げ	整数位

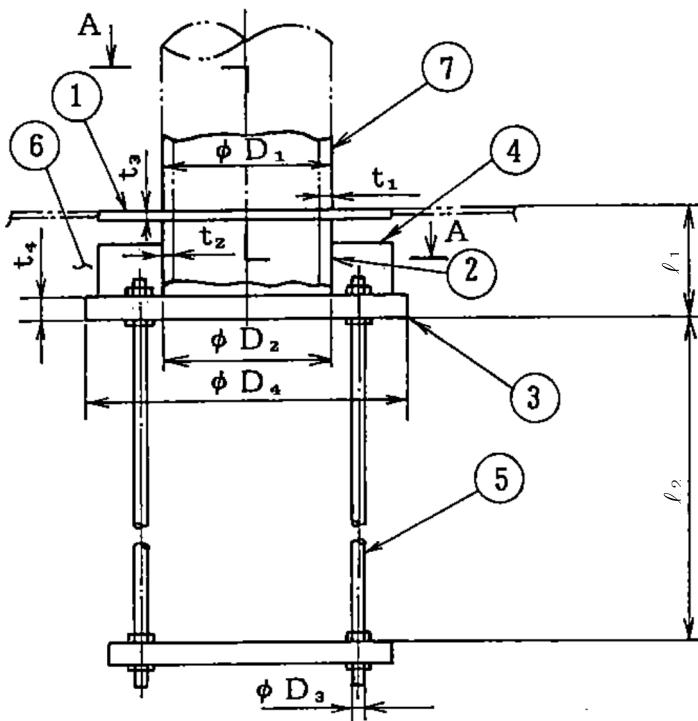
注記\*：告示第 501 号別表に記載された温度の中間における許容引張応力、設計降伏点及び設計引張強さは、比例法により補間した値の小数点以下第 2 位を切り捨て、小数点以下第 1 位までの値として算出する。得られた値を SI 単位に換算し、SI 単位に換算した値の小数点以下第 1 位を切り捨てて整数化する。

### 3. 評価部位

クエンチャサポート基礎の形状及び主要寸法を図3-1に、使用材料及び使用部位を表3-1に示す。



A～A断面図



$D_1 = \boxed{\phantom{00}}$

$D_2 = \boxed{\phantom{00}}$

$D_3 = \boxed{\phantom{00}}$  (基礎ボルト呼び径)

$D_4 = \boxed{\phantom{00}}$

$\ell_1 = \boxed{\phantom{00}}$

$\ell_2 = \boxed{\phantom{00}}$

$t_1 = \boxed{\phantom{00}}$

$t_2 = \boxed{\phantom{00}}$

$t_3 = \boxed{\phantom{00}}$

$t_4 = \boxed{\phantom{00}}$

$t_5 = \boxed{\phantom{00}}$

①ベースプレート

②下部サポートパイプ ③ベアリングプレート

④ガセットプレート

⑤基礎ボルト(  $\boxed{\phantom{00}}$  ) ⑥コンクリート部

⑦クエンチャサポートパイプ

図3-1 クエンチャサポート基礎の形状及び主要寸法 (単位: mm)

表 3-1 使用材料表

使用部位	使用材料	備考
ベースプレート		
下部サポートパイプ		
ベアリングプレート		
ガセットプレート		
基礎ボルト		
コンクリート部	コンクリート ( $F_c = 300 \text{kg/cm}^2$ )	$F_c = 29.4 \text{N/mm}^2$

## 4. 強度評価

### 4.1 強度評価方法

(1) クエンチャサポート基礎は、下部サポートパイプ、ベアリングプレート、ガセットプレート及び基礎ボルトが原子炉格納容器コンクリートに埋め込まれた構造であり、荷重は原子炉格納容器底部を介して原子炉建屋に伝達される。

クエンチャサポート基礎の強度評価として、V-1-8-1「原子炉格納施設の設計条件に関する説明書」において設定された荷重を用いて、参考図書(1)に示す既工認の手法に従い強度評価を行う。

(2) 強度評価に用いる寸法は、公称値を用いる。

### 4.2 荷重の組合せ及び許容応力

#### 4.2.1 荷重の組合せ及び許容応力状態

クエンチャサポート基礎の荷重の組合せ及び許容応力状態のうち、重大事故等対処設備の評価に用いるものを表4-1に示す。

詳細な荷重の組合せは、V-1-8-1「原子炉格納施設の設計条件に関する説明書」に従い、対象機器の設置位置等を考慮し決定する。なお、考慮する荷重の組合せは、組み合わせる荷重の大きさを踏まえ、評価上厳しくなる組合せを選定する。

#### 4.2.2 許容応力

クエンチャサポート基礎の許容応力度はV-3-1-5「重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス2支持構造物の強度計算の基本方針」に基づき表4-2及び表4-3に示すとおりとする。

#### 4.2.3 使用材料の許容応力評価条件

クエンチャサポート基礎の使用材料の許容応力評価条件のうち、重大事故等対処設備の評価に用いるものを表4-4に示す。

表 4-1 荷重の組合せ及び許容応力状態（重大事故等対処設備）

施設区分		機器名称	機器等 の区分	荷重の組合せ <sup>*1, *2</sup>		許容応力状態 <sup>*1</sup> <荷重状態>
原子炉格納 施設	原子炉格納 容器	クエンチャ サポート基礎	重大事故等 クラス 2 容器	D + P <sub>SA</sub> + M <sub>SA</sub> <D + L + P <sub>SA</sub> + R <sub>SA</sub> >	(V(S)-1) (V(S)-2) (V(S)-3)	重大事故等時 <sup>*3</sup> <重大事故等時>

注記\*1：告示第452号による場合は、<>内の荷重状態及び荷重の組合せを適用する。

\*2：( ) 内はV-1-8-1「原子炉格納施設の設計条件に関する説明書」における表5-4の荷重の組合せのNo.を示す。

\*3：重大事故等時としてIV<sub>A</sub> (<IV>) の許容限界を用いる。

表4-2 ライナプレート、ライナアンカ等の許容応力度

応力分類 荷重状態	ライナプレート、ライナアンカ等 <sup>*1</sup>										ボルト等	
	一次応力					一次+二次応力					一次応力	
	引張り	せん断	圧縮	曲げ	支圧	引張り ／圧縮	せん断	曲げ	支圧	座屈	引張り	せん断
重大事故等時 <sup>*2</sup>	1.5・f <sub>t</sub> *	1.5・f <sub>s</sub> *	1.5・f <sub>c</sub> *	1.5・f <sub>b</sub> *	1.5・f <sub>p</sub> *	—	—	—	—	—	1.5・f <sub>t</sub> *	1.5・f <sub>s</sub> *

注：本表の対象部としては、コンクリート埋込部のフランジプレート、ガセットプレート等が該当する。

注記\*1：鋼構造設計規準（日本建築学会 1973 改定）等の幅厚比の制限を満足させる。

\*2：重大事故等時としてIVの許容限界を用いる。

表4-3 コンクリート部の許容応力度

応力分類 荷重状態	コンクリート部 (単位: kg/cm <sup>2</sup> )	
	圧縮応力度	せん断応力度
重大事故等時*	0.85・F <sub>c</sub>	次の二つの計算式のうち いずれか f <sub>s</sub> の値の小さい方の 1.5倍の値 $f_s = \left( \frac{F_c}{30} \right)$ $f_s = \left( 5 + \frac{F_c}{100} \right)$

注記\*：重大事故等時としてIVの許容限界を用いる。

表 4-4 使用材料の許容応力評価条件（重大事故等対処設備）

評価部材	材料	温度条件 (°C)		S (MPa)	S <sub>y</sub> (MPa)	S <sub>u</sub> (MPa)	S <sub>y</sub> (R T) (MPa)
ベースプレート、下部サポートパイプ、ベアリングプレート及びガセットプレート	[ ]	周囲環境 温度	200	—	[ ]	[ ]	—
基礎ボルト	[ ]	周囲環境 温度	200	—	[ ]	[ ]	—

注記\* : [ ]

#### 4.2.4 設計荷重

##### (1) 重大事故等対処設備としての評価温度

重大事故等対処設備としての評価温度は、以下のとおりとする。

温度  $T_{SA}$                              $200^{\circ}\text{C}$  (S A後)

##### (2) クエンチャサポート基礎に加わる荷重

クエンチャサポート基礎には配管反力が作用する。

クエンチャサポート基礎に加わる荷重を表 4-5 に示す。また、Ⓐ点での荷重方向を図 4-1 に示す。

表 4-5 クエンチャサポート基礎に加わる荷重

荷重種別	記号	重大事故等時
水平力 (N)	H	
軸力 (N)	$N_1$	
	$N_2$	
モーメント (N・mm)	$M_1$	
	$M_2$	

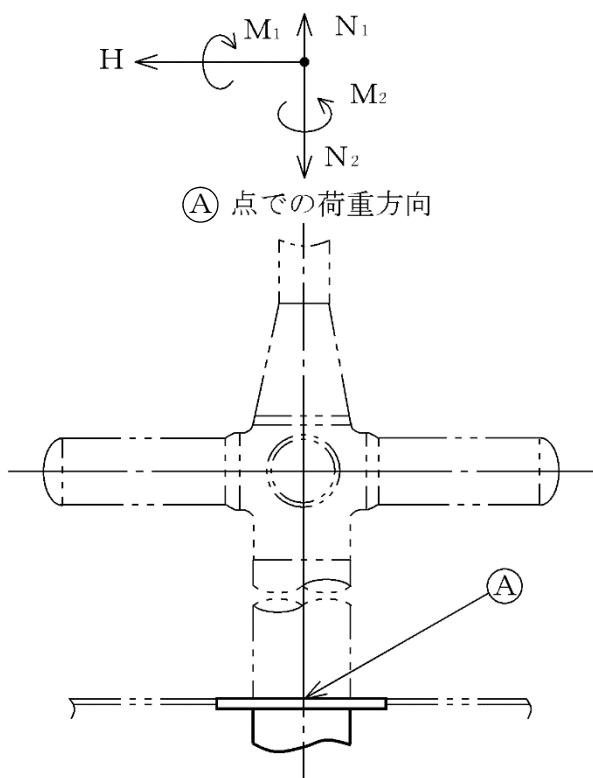


図 4-1 クエンチャサポート基礎に加わる荷重

### 4.3 計算方法

クエンチャサポート基礎の応力評価点は、クエンチャサポート基礎を構成する部材の形状及び荷重伝達経路を考慮し、発生応力が大きくなる部位を選定する。選定した応力評価点を表4-6及び図4-2に示す。

応力計算方法は既工認から変更はなく、参照図書(1)に示すとおりである。

評価の概要を以下に示す。

応力評価点P1～P2は設計荷重により作用する荷重と評価断面の断面性能により評価する。

応力評価点P3は等分布荷重を受ける3辺固定1辺自由の矩形板にモデル化し評価する。

応力評価点P4は曲げ応力に対しては等分布荷重を受ける2辺固定2辺自由の矩形板にモデル化し評価する。せん断応力に対してはガセットプレート1枚当たりの分担面積に等分布荷重を受ける板として評価する。

応力評価点P5は設計荷重により作用する荷重と評価断面の断面性能により評価する。

応力評価点P6は圧縮応力度についてはベアリングプレート又はガセットプレートより受けれる荷重の大きい方とする。せん断応力度については応力評価点P5に作用する引張力によりコンクリートに加わるせん断力と評価断面の断面性能により評価する。

表4-6 応力評価点

応力評価点番号	応力評価点
P 1	ベースプレート
P 2	下部サポートパイプ
P 3	ベアリングプレート
P 4	ガセットプレート
P 5	基礎ボルト
P 6	コンクリート部

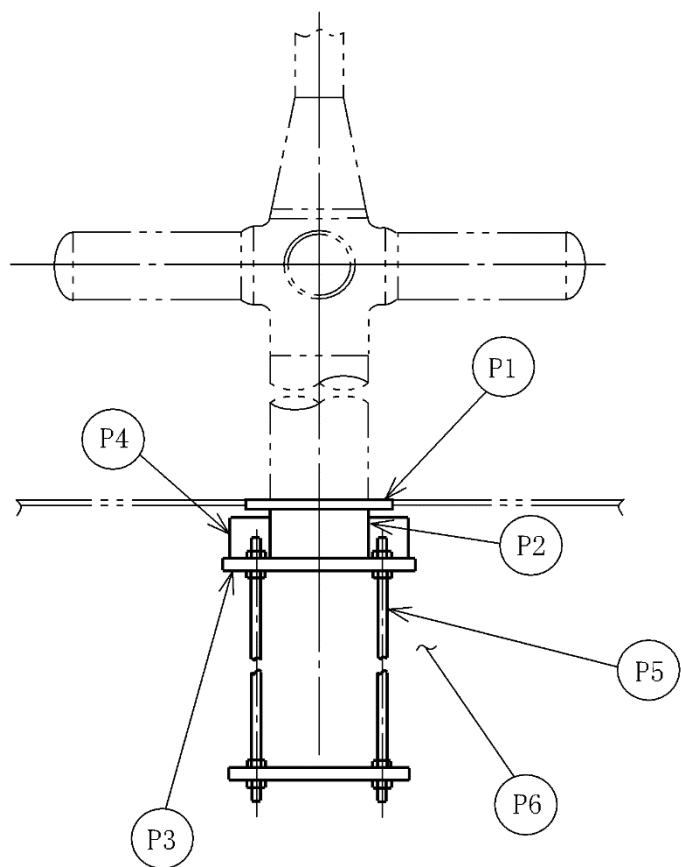


図 4-2 クエンチャサポート基礎の応力評価点

#### 4.4 計算条件

応力計算に用いる荷重を「4.2 荷重の組合せ及び許容応力」に示す。応力評価においては、  
表4-1に記載の組合せを包絡する条件を設定して評価を行う。

#### 4.5 応力の評価

「4.3 計算方法」で求めた応力が許容応力以下であること。

## 5. 評価結果

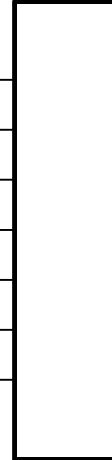
### 5.1 重大事故等対処設備としての評価結果

クエンチャサポート基礎の重大事故等時の状態を考慮した場合の強度評価結果を以下に示す。発生値は許容限界を満足している。

#### (1) 強度評価結果

強度評価結果を表 5-1 に示す。

表 5-1 重大事故等時に対する評価結果( $D + P_{SA} + M_{SA}$ )

評価対象 設備	評価部位	応力分類	重大事故等時		判定	備考
			算出応力	許容応力		
			MPa	MPa		
クエンチャ サポート基礎	P1	ベースプレート	引張応力度	104		<input type="radio"/>
	P2	下部サポートパイプ	圧縮応力度	106		<input type="radio"/>
			せん断応力度	23		<input type="radio"/>
	P3	ベアリングプレート	曲げ応力度	144		<input type="radio"/>
			せん断応力度	31		<input type="radio"/>
	P4	ガセットプレート	曲げ応力度	235		<input type="radio"/>
			せん断応力度	102		<input type="radio"/>
	P5	基礎ボルト	引張応力度	268		<input type="radio"/>
P6	コンクリート部	圧縮応力度	7.9	25.0	<input type="radio"/>	単位 : N/mm <sup>2</sup>
		せん断応力度	0.3	1.1	<input type="radio"/>	単位 : N/mm <sup>2</sup>

6. 参照図書

- (1) 柏崎刈羽原子力発電所第7号機 第2回工事計画認可申請書  
IV-3-4-1-13 「クエンチャサポート基礎の強度計算書」