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-工-B-08-0015_改 3
提出年月日	2021年10月5日

VI-3-3-6-1-1-2 ドライウェルの強度計算書

2021年10月 東北電力株式会社

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	9
4.1 強度評価方法	9
4.2 荷重の組合せ及び許容応力 ・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	9
4.2.1 荷重の組合せ及び許容応力状態 ・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	9
4.2.2 許容応力	9
4.2.3 使用材料の許容応力評価条件 ・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	9
4.2.4 設計荷重 ······	13
4.3 計算方法 ·····	14
4.4 計算条件	16
4.5 応力の評価 ・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	16
5. 評価結果	17
5.1 重大事故等対処設備としての評価結果	17
6. 参照図書	19

1. 概要

本計算書は、ドライウェルの強度計算書である。

ドライウェルは,設計基準対象施設のドライウェルを重大事故等クラス 2 容器として兼用する機器である。

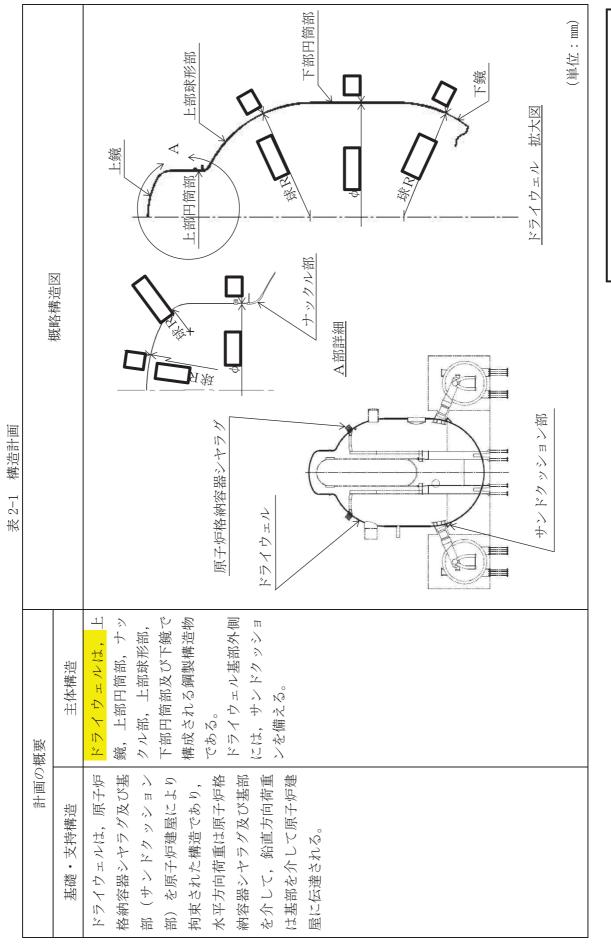
以下,重大事故等クラス2容器として,添付書類「VI-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に 関する説明書」及び「VI-3-1-5 重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス2支持構造物 の強度計算の基本方針」に基づき,ドライウェルの強度評価を示す。

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2年5月24日付け元 資庁第14466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

ドライウェルの構造計画を表 2-1 に示す。



O 2 ③ VI-3-3-6-1-1-2 R 4

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

### 2.2 評価方針

ドライウェルの応力評価は、添付書類「VI-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説 明書」及び「VI-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。

 計算モデルの設定

 重大事故等による荷重

 応力解析又は理論式による応力計算

 レ

 重大事故等時における応力

 ドライウェルの強度評価

ドライウェルの強度評価フローを図 2-1 に示す。

図 2-1 ドライウェルの強度評価フロー

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。)

2.4 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)	mm
$\ell$ i	長さ (i=1, 2, 3…)	mm
$M_{SA}$	機械的荷重(SA 短期機械的荷重)	—
Р <sub>SA</sub>	圧力(SA 短期圧力)	kPa
R i	半径 (i=1, 2, 3)	mm
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> (RT)	40℃における設計降伏点	MPa
t i	厚さ (i=1, 2, 3…)	mm
T <sub>SA</sub>	温度(SA 短期温度)	°C
ASS	オーステナイト系ステンレス鋼	—
HNA	高ニッケル合金	—

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。

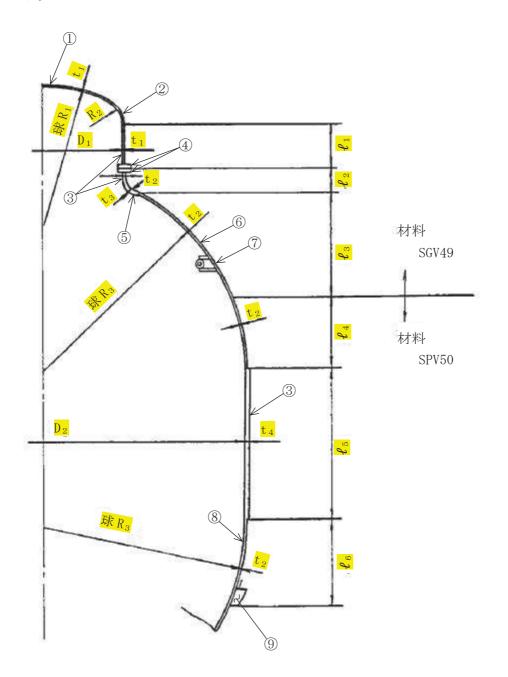
数値の種類	単位	処理桁	処理方法	表示桁
最高使用圧力	kPa			整数位
温度	°C	_		整数位
許容応力*	MPa	小数点以下第1位	切捨て	整数位
算出応力	MPa	小数点以下第1位	切上げ	整数位

表 2-2 表示する数値の丸め方

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、整数位までの値とする。

### 3. 評価部位

ドライウェルの形状及び主要寸法を図 3-1 及び図 3-2 に, 評価部位及び使用材料を表 3-1 に 示す。



①上鏡球形部②上鏡ナックル部③円筒部④フランジ⑤ナックル部⑥上部球形部⑦ドライウェルスプレイ管取付部⑧下鏡⑨サンドクッション部

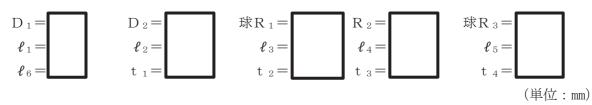
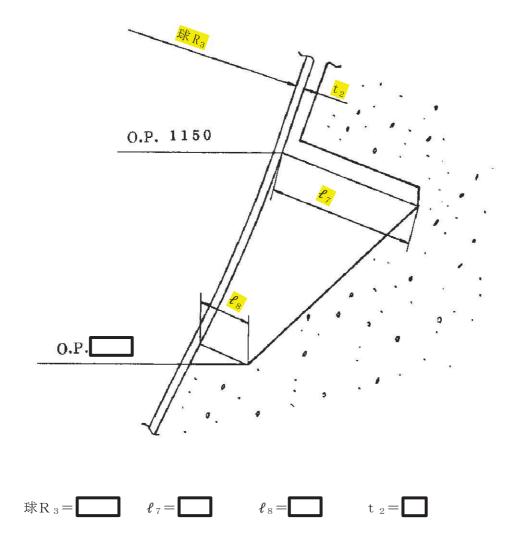


図 3-1 ドライウェルの形状及び主要寸法

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。



(単位:mm)

図 3-2 サンドクッション部の形状及び主要寸法

<mark>評価</mark> 部位	使用材料	備考
ドライウェル	SGV49	
ドノイリエル	SPV50	

表 3-1 評価部位及び使用材料表

- 4. 強度評価
- 4.1 強度評価方法
  - (1) ドライウェルは、原子炉格納容器シヤラグ及び基部(サンドクッション部)を原子炉建 屋により拘束された構造であり、水平方向荷重は原子炉格納容器シヤラグ及び基部を介し て、鉛直方向荷重は基部を介して原子炉建屋に伝達される。

ドライウェルの強度評価として,添付書類「VI-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,参照図書(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

ドライウェル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、添付書類「VI-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

ドライウェルの許容応力は、添付書類「VI-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 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

ドライウェル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 4-3 に示す。

許容応力狀態	重大事故等時*2
	(V(S)-1) (V(S)-2)
荷重の組合せ*1	$\mathrm{D} + \mathrm{P}_{\mathrm{SA}} + \mathrm{M}_{\mathrm{SA}}$
 機器等 の区分	重大事故等 クラス2容器
 機器名称	ドライウェル
施設区分	原子炉格納 容器
施設	原子炉格納 施設

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)

注記\*1:( )内は添付書類「VI-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3-7の荷重の組合せのNo.を示す。

\*2:重大事故等時としてIV<sub>A</sub>の許容限界を用いる。

		ゴ 右 中 /
応力分類 許容 応力状態	一次一般膜応力	一次膜応カキー次曲げ応カ
重大事故等時*	運転状態IVの許容応力である2/3・S "と する。ただし,ASS及びHNAについ ては,2.4・Sと2/3・S "の小さい方とす る。	左欄の 1.5倍の値
注記*・重大事か	注記*・重大事故等時としてIV、の許索限界を用いる。	

表4-2 許容応力(第2種容器)

注記を:黒人争政寺時としてINWU計谷版外を用いる。

R 3
VI-3-3-6-1-1-2
3) M
02

	$S_y$ (RT)	(MPa)		
	n S	(MPa)	421	545
× //田 /	$S_y$	(MPa)		
いちょうくり	S	(MPa)	I	
	温度条件	(°C)	200	200
	温度	$\lambda_{\circ})$	周囲環境 温度	周囲環境 温度
	]\አተቶቶ	1211	SGV49	SPV50
	對	(応力評価対象)		ドフイワェル

表4-3 使用材料の許容応力評価条件(重大事故等対処設備)

- 4.2.4 設計荷重
  - (1) 重大事故等対処設備としての設計荷重
     重大事故等対処設備としての評価圧力,評価温度及び死荷重は、以下のとおりとする。

<mark>a. 評価圧力及び評価温度</mark> 内圧P<sub>SA</sub>854kPa(SA 短期) 温度T<sub>SA</sub>200℃(SA 短期)

# b. 死荷重

ドライウェル及び付属物の自重を死荷重とする。なお、死荷重として活荷重も考慮 する。

各応力評価点に対する死荷重を表 4-4 に示す。

# 表 4-4 各応力評価点に対する死荷重

(単位:×10<sup>3</sup>kg)

	(単位. ~10 Kg)
応力評価点	死荷重*
P1	
P2	
P3	
P4	
P5	
P6	
P7	
P8	
P9	
P10	
P11	

注記\*:死荷重と活荷重の和である。

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

4.3 計算方法

ドライウェルの応力評価点は、ドライウェル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 4-5 及び図 4-1 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。

応力評価点 P1~P11 の応力は,既工認の各荷重条件との比を用いて発生応力を算出し評価 する。

応力評価点番号	表 4- <mark>5</mark> 応力評価点 応力評価点
P1	上鏡球形部
P2	上鏡球形部と上鏡ナックル部の接合部
P3	円筒部と上フランジの接合部
P4	下フランジと円筒部の接合部
Р5	円筒部とナックル部の接合部
P6	ナックル部と上部球形部の接合部
P7	ドライウェルスプレイ管取付部
P8	上部球形部と円筒部の接合部
Р9	円筒部中心部
P10	円筒部と下鏡の接合部
P11	サンドクッション部

表 4-5 応力評価点

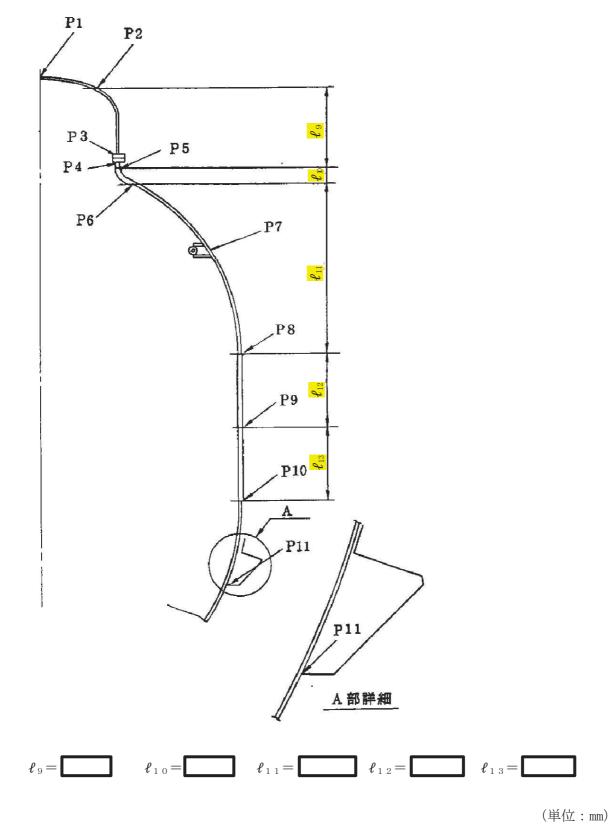


図 4-1 ドライウェルの応力評価点

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

R 2

# 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。

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

ドライウェル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。

R 3
VI-3-3-6-1-1-2
0
02

				中 十 単	-++- <del>/// // // /</del>		
				串く串	里人		
評価対象設備		応力評価点	応力分類	算出応力	許容応力	判定	備考
				MPa	MPa		
	ļ	- Ant-1	一次一般膜応力	148	281	0	
	Ч	上現状形計	一次膜応力+一次曲げ応力	148	421	0	
	P2	上鏡球形部と上鏡ナックル部の接合部	一次膜応力+一次曲げ応力	215	421	0	
	P3	円筒部と上フランジの接合部	一次膜応力+一次曲げ応力	82	421	0	
	P4	下フランジと円筒部の接合部	一次膜応力+一次曲げ応力	58	421	0	
	P5	円筒部とナックル部の接合部	一次膜応力+一次曲げ応力	103	421	0	
ドライウェル	P6	ナックル部と上部球形部の接合部	一次膜応力+一次曲げ応力	312	421	0	
	P7	ドライウェルスプレイ管取付部	一次膜応力+一次曲げ応力	141	421	0	
	P8	上部球形部と円筒部の接合部	一次膜応力+一次曲げ応力	210	545	0	
	C L	~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~	一次一般膜応力	271	363	0	
	бд	円間部中心部	一次膜応力+一次曲げ応力	271	545	0	
	P10	円筒部と下鏡の接合部	一次膜応力+一次曲げ応力	185	545	0	
	P11	サンドクッション部	一次膜応力+一次曲げ応力	141	545	0	

# 表 5-1 重大事故等時に対する評価結果(D+P<sub>sA</sub>+M<sub>sA</sub>)

# 6. 参照図書

(1) 女川原子力発電所第2号機 第2回工事計画認可申請書添付書類「IV-3-1-1-4 ドライウェルの強度計算書」