本資料のうち,枠囲みの内容 は,営業秘密又は防護上の観点 から公開できません。

東海第二発電所	一工事計画審査資料
資料番号	工認-091 改22
提出年月日	平成 30 年 6 月 11 日

V-3-別添1 竜巻への配慮が必要な施設の強度に関する説明書

V-3-別添 1-1 竜巻への配慮が必要な施設の強度計算の方針

V-3-別添 1-1-1 竜	巻より防護すべき施設を内包する施設の強度計算書
V-3-別添 1-1-2 残	留熱除去系海水系ポンプの強度計算書
V-3-別添 1-1-3 残	留熱除去系海水系ストレーナの強度計算書
V-3-別添 1-1-4 排	気筒の強度計算書
V-3-別添 1-1-5 換	気空調設備の強度計算書
V-3-別添 1-1-6 デ	ィーゼル発電機用海水ポンプの強度計算書
V-3-別添 1-1-7 デ	ィーゼル発電機用海水ストレーナの強度計算書
V-3-別添 1-1-8 デ	ィーゼル発電機吸気フィルタの強度計算書
V-3-別添 1-1-9 配	管及び弁の強度計算書
V-3-別添 1-1-10 波	及的影響を及ぼす可能性がある施設の強度計算書
V−3−別添 1−1−10	-1 建屋及び構造物の強度計算書
V−3−別添 1−1−10	-2 消音器の強度計算書
V-3-別添 1-1-10	-3 排気管,放出管及びベント管の強度計算書

V-3-別添 1-2 防護対策施設の強度計算の方針

Ⅴ-3-別添 1-2-1 防護対策施設の強度計算書

V−3−別添 1−2−1−1	防護ネッ	トの強度計算書
· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·		

Ⅴ−3−別添 1−2−1−2 防護鋼板の強度計算書

V-3-別添 1-2-1-3 架構の強度計算書

V-3-別添1-3 屋外重大事故等対処設備の固縛装置の強度計算の方針 V-3-別添1-3-1 屋外重大事故等対処設備の固縛装置の強度計算書

: 今回ご説明分

V-3-別添 1-1-1 竜巻より防護すべき施設を内包する施設の

強度計算書

1.	概	要要	1
2.	基	本方針	1
2.	1	位置	1
2.	2	構造概要	2
2.	3	評価方針	12
2.	4	適用規格	14
3.	強	度評価方法	15
3.	1	記号の定義	15
3.	2	評価対象部位	16
3.	3	荷重及び荷重の組合せ	17
3.	4	許容限界	20
3.	5	評価方法	23
4.	評	価条件	48
4.	1	貫通評価	48
4.	2	裏面剥離評価	50
4.	3	変形評価	52
5.	強	度評価結果	59
5.	1	貫通評価	59
5.	2	裏面剥離評価	60
5.	3	変形評価	61

目次

1. 概要

本資料は、V-3-別添1-1「竜巻への配慮が必要な施設の強度計算の方針」に示すとおり、竜 巻より防護すべき施設を内包する施設である原子炉建屋、タービン建屋、使用済燃料乾式貯蔵 建屋、緊急時対策所(以下「建屋」という。)及び軽油貯蔵タンクタンク室(以下「構造物」 という。)が、設置(変更)許可申請において示す設計飛来物(以下「飛来物」という。)の衝 突に加え、風圧力及び気圧差に対し、竜巻時及び竜巻通過後においても、竜巻より防護すべき 施設の安全機能を損なわないよう、内包する竜巻より防護すべき施設に飛来物が衝突するこ とを防止する機能を有すること及び竜巻より防護すべき施設に必要な機能を損なわないこと を確認するものである。

2. 基本方針

建屋及び構造物について、V-3-別添1-1「竜巻への配慮が必要な施設の強度計算の方針」の 「3.2 機能維持の方針」に示す構造計画を踏まえ、建屋及び構造物の「2.1 位置」、「2.2 構造概要」、「2.3 評価方針」及び「2.4 適用規格」を示す。

2.1 位置

建屋及び構造物の配置図を図2-1に示す。

2.2 構造概要

建屋及び構造物は、V-3-別添1-1「竜巻への配慮が必要な施設の強度計算の方針」の「3.2 機能維持の方針」に示す構造計画とする。

建屋は,主体構造が鉄筋コンクリート造で,一部鉄骨造を有する構造である。また,原子炉 建屋には,外殻を構成する部材として鋼製の原子炉建屋大物搬入口扉(原子炉建屋原子炉棟水密扉及 び機器搬入口内側扉),原子炉建屋付属棟1階電気室搬入口水密扉等の扉が設置されている。

軽油貯蔵タンクタンク室は、地中に埋設された構造物であり、地上部に露出する頂版を含めた 外殻の躯体は鉄筋コンクリート造とし、地上部に露出する開口部の蓋は鋼製である。

建屋及び構造物の概略平面図及び概略断面図を図 2-2~図 2-11 に示す。



図2-2 原子炉建屋の概略平面図



図 2-3 原子炉建屋の概略断面図(1/2)





図 2-6 使用済燃料乾式貯蔵建屋の概略平面図





図2-10 緊急時対策所の概略平面図

図2-11 緊急時対策所の概略断面図

2.3 評価方針

建屋及び構造物の強度評価は、V-3-別添1-1「竜巻への配慮が必要な施設の強度計算の方 針」の「4.1 荷重及び荷重の組合せ」及び「4.2 許容限界」を踏まえ、竜巻より防護すべき 施設が安全機能を損なわないことを、「3. 強度評価方法」に示す方法により、「4. 評価条 件」に示す評価条件を用いて計算し、「5. 強度評価結果」にて確認する。

建屋及び構造物の強度評価においては、その構造を踏まえ、設計竜巻荷重とこれに組み合 わせる荷重(以下「設計荷重」という。)の作用方向及び伝達過程を考慮し、評価対象部位 を設定する。

具体的には, 飛来物が竜巻より防護すべき施設に衝突する直接的な影響の評価として, 建 屋及び構造物の外殻を構成する部材に対する「衝突評価」を行う。また飛来物が竜巻より防 護すべき施設に衝突・接触する波及的な影響の評価として, 建屋及び構造物の外殻を構成す る部材の裏面剥離による飛散の影響並びに建屋及び構造物の外殻を構成する部材の転倒・脱 落の影響に対する「構造強度評価」を行う。

2.3.1 貫通評価

飛来物が建屋及び構造物の外殻を構成する部材を貫通しない設計とするために、飛来物 による衝撃荷重に対し、防護すべき施設の外殻を構成する部材が設計飛来物の貫通を生じ ないことを計算若しくは解析により確認する。

具体的には,防護すべき施設の外殻となる区画の屋根,外壁及び内壁,並びに開口部建 具並びに構造物の地上露出部が,設計飛来物の貫通を生じない厚さを有していることを, 計算により確認する。貫通を生じない厚さを有していることの確認が出来ない場合におい ては,これらに終局状態に至るようなひずみを生じないことを,解析により確認する。

2.3.2 構造強度評価

飛来物による衝撃荷重に対し, 竜巻より防護すべき施設に波及的影響を与えないよう, 防護すべき施設の外殻を構成する部材自体の脱落を生じない設計とするために, これらに ついて, 裏面剥離によるコンクリート片の飛散が生じないことを計算により確認する。

(以下「裏面剥離評価」という。)

具体的には,RC造の建屋及び構造物について,飛来物による衝撃荷重に対し,施設の 外殻を構成する部材自体の脱落を生じない設計とするために,外殻となる屋根スラブ,外 壁及び内壁並びに構造物の鉄筋コンクリートが,裏面剥離によるコンクリート片の飛散が 生じない最小厚さ以上であることを計算により確認する。

外殻を構成する部材で,裏面剥離によるコンクリート片の飛散が生じない最小厚さ以上 であることの確認ができない場合は,裏面剥離の影響を受ける防護対象施設が当該部位の 近傍にないことを確認するか,裏面剥離が生じない構造であることを解析により確認す る。

また,外殻を構成する部材自体の転倒及び脱落を生じない設計とするために,設計荷重 に対し,外殻となる屋根スラブ,屋根スラブのスタッドボルト,外壁及び内壁に終局状態 に至るようなひずみ又は応力が生じないこと,鉄骨架構に終局状態に至るような変形が生 じないことを計算及び解析により確認する。(以下「変形評価」という。) 建屋及び構造物の設計荷重作用時の強度評価フローを図2-10に示す。



(注1)3次元FEMモデルを用いた動的評価を実施する。

(注2) 地震応答解析モデルを用いた静的評価を実施する。

図2-10 強度評価フロー

- 2.4 適用規格
 - ・鋼構造設計規準 -許容応力度設計法- ((社)日本建築学会, 2005改定)
 - ・Methodology for Performing Aircraft Impact Assessments for New Plant Designs (Nuclear Energy Institute 2011 Rev 8P(NEI07-13)) (以下「NEI07-13」という。)
 - ・建築基準法及び同施行令
 - ・建築物荷重指針・同解説((社)日本建築学会,2004改定)
 - ・ISES7607-3 「軽水炉構造機器の衝撃荷重に関する調査 その3 ミサイルの衝突による構造 壁の損傷に関する評価式の比較検討」(高温構造安全技術研究組合)
 - ・鉄筋コンクリート構造計算規準・同解説((社)日本建築学会,2010改定)(以下「RC 規準」という。)
 - ・「原子力発電所耐震設計技術指針 JEAG4601-1987」((社)日本電気協会)
 - ・「原子力発電所耐震設計技術指針 JEAG4601-1991 追補版」((社)日本電気協会)
 - ・「発電用原子力設備規格 設計・建設規格 J SME S NC1-2005/2007」(社)日本 機械学会
 - ・日本工業規格(JIS)
 - ・「各種合成構造設計指針・同解説」((社)日本建築学会,2010改定)(以下「各種合成指針」という。)
 - ・建築耐震設計における保有耐力と変形性能((社)日本建築学会,1990改定)

3. 強度評価方法

3.1 記号の定義

建屋及び構造物の評価に用いる記号を表3-1~表3-4に示す。

記号	単位	定義			
D	kgf/cm^3	飛来物直径密度	飛来物直径密度		
d	cm	飛来物の(等位	飛来物の(等価)直径		
е	cm	貫通限界厚さ	貫通限界厚さ(コンクリート)		
F _c	kgf/cm^2	コンクリートの設計基準強度			
Ν	_				
V	m/a	外壁	飛来物の衝突速度 (水平)		
V	III/ S	屋根	飛来物の衝突速度(鉛直)		
W	kgf	飛来物重量			
X	cm	 貫入深さ			
lpha e	_	低減係数			

表 3-1 貫通評価に用いる記号 (Degen 式)

表 3-2 貫通評価に用いる記号(BRL 式)

記号	単位	定義	
d	cm	飛来物の(等価)直径	
k	_	鋼板の材質に関する係数	
М	kg	飛来物の質量	
Т	m	貫通限界厚さ(鋼製部材)	
V	m/s	飛来物の衝突速度(鉛直)	

表 3-3 裏面剥離評価に用いる記号(Chang 式)

記号	単位	定義		
d	cm	飛来物の(等価)直径		
f c'	kgf/cm^2	コンクリートの設計基準強度		
S	cm	裏面剥離限界厚さ		
17	cm/s	外壁	飛来物の衝突速度(水平)	
v		屋根	飛来物の衝突速度(鉛直)	
V o	cm/s	飛来物基準速度		
W	kgf	飛来物重量		
αs	_	低減係数		

記号	単位	定義
A_k	mm^2	カンヌキ断面積
A p	mm^2	カンヌキ受けピン断面積
A _b	mm^2	カンヌキ受けボルト断面積
A_{d}	m^2	扉の受圧面積
L _k	mm	カンヌキ支持間距離
L p	mm	カンヌキ受けピン支持間距離
M_{k}	kN/mm	カンヌキに生じる曲げモーメント
$M_{\rm p}$	kN/mm	カンヌキ受けピンに生じる曲げモーメント
n	箇所	カンヌキ部箇所数
n _b	本	カンヌキ受けボルト本数
\mathbf{Q}_{k}	kN	カンヌキに生じるせん断力
Q_p	kN	カンヌキ受けピンに生じるせん断力
R	kN	気圧差による荷重による反力
Т	kN	引張力
W_{P}	kN	気圧差による荷重
Z _k	mm ³	カンヌキの断面係数
ZP	mm ³	カンヌキ受けピンの断面係数
Δ P	N/m^2	単位面積当たりの最大気圧低下量
σ _b	N/mm^2	曲げ応力度
σt	N/mm^2	引張応力度
σ _x	N/mm^2	組合せ応力度
τ	N/mm^2	せん断応力度

表 3-4 変形評価に用いる記号(水密扉)

3.2 評価対象部位

建屋及び構造物の評価対象部位は,別添1-1「竜巻への配慮が必要な施設の強度計算の方 針」の「4.2 許容限界」に示す評価対象部位を踏まえて設定する。

3.2.1 貫通評価

(1) 建屋

設計荷重に対して,外殻を構成する部材が飛来物を貫通させないことの確認におい て,建屋については,屋根スラブ,外壁並びに防護すべき施設の外殻となる建屋内の部 位のうちタービン建屋オペレーティングフロア床版,気体廃棄物処理系隔離弁を内包す る区画の壁面並びに開口部建具のうち原子炉建屋機器搬入口扉,原子炉建屋附属棟1階 電気室搬入口扉,また,重大事故対処施設の環境条件維持に関与する扉を評価対象部位 として選定する。 (2) 構造物

外殻を構成する部材が飛来物を貫通させないことの確認において,軽油貯蔵タンクタンク室については,鋼製蓋及び鉄筋コンクリート造の頂版を評価対象部位として選定する。

- 3.2.2 裏面剥離評価
 - (1) RC造建屋

設計荷重に対して,外殻を構成する部材が飛来物による裏面剥離を生じないことの確認において,建屋については,防護すべき施設の外殻となる屋根スラブ,外壁並びに建屋内の部位のうちタービン建屋オペレーティングフロア床版,気体廃棄物処理系隔離弁を内包する区画の壁面を評価対象部位として設定する。

(2) 構造物

設計荷重に対して,外殻を構成する部材が飛来物による裏面剥離を生じないことの確認において,軽油貯蔵タンクタンク室については,鉄筋コンクリート造の頂版を評価対象部位として選定する。

- 3.2.3 変形評価
 - (1) 建屋

設計荷重に対して,外殻を構成する部材自体が防護対象施設へ衝突等の影響を与える 変形に至らないことの確認において,建屋については,設計荷重が外殻を構成する屋根 スラブ及び外壁に作用し,耐震壁を介して直接岩盤に支持する基礎版へ伝達されるた め,設計荷重が直接作用する,防護すべき施設の外殻となる屋根スラブ及び外壁のう ち,屋根スラブについては,代表として部材厚が最も薄い原子炉建屋原子炉棟の屋根ス ラブを,並びに外壁については原子炉建屋(RC造部及び鉄骨造部),タービン建屋, 使用済燃料乾式貯蔵建及び緊急時対策所建屋を評価対象部位として設定する。

(2) 構造物

設計荷重に対して,外殻を構成する部材自体が竜巻により防護すべき施設へ衝突等の 影響を与える変形に至らないことの確認において,軽油貯蔵タンクタンク室について は、地中に埋設され竜巻の風荷重を受け難い構造であることから,評価は不要とする。

3.3 荷重及び荷重の組合せ

強度評価に用いる荷重及び荷重の組み合わせは、V-3-別添1-1「竜巻への配慮が必要な施設の強度計算の方針」の「4.1 荷重及び荷重の組合せ」に示している荷重及び荷重の組合せを用いる。

3.3.1 荷重の設定

強度評価に用いる荷重を以下に示す。

- (1) 風圧力による荷重(W_w) 風圧力による荷重W_wは、下式により算定する。
 風力係数Cは、「建築基準法及び同施行令」に基づき設定する。
 W_w=q・G・C・A
- (2) 気圧差による荷重(W_P)
 気圧差による荷重W_Pについては、気圧差による荷重が最大となる「閉じた施設」を
 想定し、下式により算定する。

 $W_P = \Delta P \cdot A$

(3) 飛来物による衝撃荷重(W_M)

飛来物による衝撃荷重W_Mは,表3-4に示す飛来物の衝突に伴う荷重とするが,この荷 重は瞬間的に作用するものであり,またこれら飛来物に対し質量が十分に大きな建物お よび構造物が評価の対象であるため,これらの施設の全体的な挙動に対する評価(変形 評価)においては考慮せず,評価対象施設に対する瞬間的且つ局所的な影響の評価(貫 通,裏面剥離)時のみ考慮する。

	-+-\v+-	斦旦	水平方向の	鉛直方向の	
飛来物	「」 (m)	貝里 (1-m)	飛来速度	飛来速度	衝突対象
	(11)	(Kg)	(m/s)	(m/s)	
公開告けませ	4. $2 \times 0. 2 \times$	125	۲ 1	24	設計飛来物として、全ての
	0.3	155	51	34	建屋及び構造物を対象
					隣接事業所からの飛来物の
	26 2 2 5 2				代表的なものとして、以下
車両	8.6	5000	52	*	の施設を対象
					・使用済燃料乾式貯蔵建屋
					・緊急時対策所

表3-4 飛来物の諸元

※:種々の車両の飛散解析結果と衝突対象建屋の屋根スラブの高さ及び厚さの関係から、車両が 屋根に到達することは考え難く、仮に屋根に到達した場合でも、飛跡頂点から屋根までの落下 距離は僅かであり、有意な衝突速度にならないと考えられるため。

- (4) 常時作用する荷重(F_d) 常時作用する荷重F_dとして,自重及び上載荷重を考慮する。
- 3.3.2 荷重の組合せ

強度評価に用いる荷重の組合せは、V-3-別添 1-1「竜巻への配慮が必要な施設の強度

計算の方針」の,「4.1 荷重及び荷重の組合せ」を踏まえ,設計竜巻荷重及び常時作用す る荷重を組み合わせる。

荷重の組合せを表 3-5 に示す。

衣3-5 何里の組合と					
評価内容	評価対象部位		荷重の組合せ		
貫通評価	 (式による評価) ・屋根スラブ,外壁及び内壁 ・扉(扉板) 	W _M			
	(解析による評価) ・原子炉建屋原子炉棟屋根スラブ	複合荷重 W _{T2}	$W_W + 1/2W_P + W_M + F_d$		
	(式による評価) ・屋根スラブ,外壁及び内壁	W _M			
裏面剥離評価	(解析による評価)・原子炉建屋原子炉棟屋根スラブ・原子炉建屋外壁	複合荷重 W _{T 2}	$W_W + 1/2W_P + W_M + F_d$		
変形評価	 (式による評価) ・原子炉建屋 (RC造部及び鉄骨造部) ・タービン建屋 ・使用済燃料乾式貯蔵建屋 ・緊急時対策所建屋 	複合荷重 W _{T 2}	W_W +1/2 W_P +F d		
	(式による評価) ・原子炉建屋(鉄骨造部外装板) ・扉(カンヌキ部)	W _P			

表3-5 荷重の組合せ

W_M:風圧力による荷重 W_P:気圧差による荷重

W_M:飛来物による衝撃荷重 F_d:常時作用する荷重

3.4 許容限界

建屋及び構造物の許容限界は、V-3-別添 1-1「竜巻への配慮が必要な施設の強度計算の 方針」の「4.2許容限界」に示す許容限界を踏まえて、評価対象部位ごとに、評価内容に応じ て設定する。

3.4.1 貫通評価

貫通評価の許容限界は、式による評価を行う場合においては表 3-6 に示す最小部材厚さとする。

亚価内容		亚研究每如位			孠さ(mm) ^{※1}
町 IIII 1 石		叶间刘家印虹		鉛直方向	水平方向
		原子炉建屋			
		タービン建屋			
	コンク リート	使用済燃料乾式貯蔵建屋	鋼製材		
貫通評価			車両		
		軽油貯蔵タンクタンク室			
(式による評価)		駁刍時対策所	鋼製材		
		来心时对 來历			
		扉板(鋼板)			

表3-6 貫通評価の許容限界(式による評価)

※1:特記ない場合は、鋼製材に対する値

※2:屋上への車両の衝突は評価対象外(表3-4より)

※3:地中の構造物のため、側壁は露出していない。

※4:複数枚の板が直列の構成となっている、原子炉建屋機器搬入口扉が該当する。

式による評価を満足せず,解析による評価を行う場合における許容限界を,表3-7に示す。

表3-7 貫通評価の許容限界(解析による評価)

評価内容	評価対象部位	破断ひずみ
貫通評価	鉄筋	
(解析による評価)	(原子炉建屋原子炉棟屋根スラブ)	

3.4.2 裏面剥離評価

裏面剥離評価において,式による評価を行う場合においては表 3-8 に示す最小部材厚さ とする。

亚価内容		河伍分争实位	裏面剥離限身	界厚さ(mm) ^{※1}	
計111月17日 計111月刻前112				鉛直方向	水平方向
		原子炉建屋			
裏面剥離評価 (式による評価)	コンク リート	タービン建屋			
		使用这做判款式哈萨伊尼	鋼製材		
		使用俱燃料 私民國 國建 座	車両		
		軽油貯蔵タンクタン	由貯蔵タンクタンク室		
		取名吐马公司	鋼製材		
		<u> </u>	車両		

表3-8 裏面剥離評価の許容限界(式による評価)

※1:特記ない場合は、鋼製材に対する値

※2:屋上への車両の衝突は評価対象外(表3-4より)。

※3:地中の構造物のため、側壁は露出していない。

式による評価を満足せず,解析による評価を行う場合における許容限界は,表3-9に示す コンクリート内面のライナ若しくはデッキプレートの破断ひずみとする。

表3-9 裏面剥離評価の許容限界(解析による評価)

評価内容	評価対象部位	破断ひずみ	
	外壁(原子炉建屋原子炉棟*1)	下層の鉄筋	
表面剥離評価 (解析による評価)	屋根スラブ(原子炉建屋原子炉棟 ^{※2})	内張材	
	外壁(使用済燃料乾式貯蔵建屋※3)	(ライナ)	

※1:鋼製材に対する裏面剥離限界厚さを満たさない部位(内張材無し)のうち,最も厚さの小さ いものとして選定

※2:鋼製材に対する裏面剥離限界厚さを満たさない部位(内張材あり)

※3:車両に対する必要最小厚さを満たさない箇所

3.4.3 変形評価

屋根スラブ及びスタッドの変形評価の許容限界は、それぞれ RC 規準及び各種合成指針 に基づく強度とし、RC造の建屋全体の変形評価の許容限界は、耐震壁のせん断ひずみ に関する許容限界に基づく 2.0×10⁻³とする。

変形評価の許容限界を表 3-10 に示す。

評価内容	評価対象部位	許容限界		
変形評価	屋根スラブ	「RC規準」に基づく終局強度		
(屋根スラブ)	スタッド (屋根支持部)	「各種合成指針」に基づく許容耐力		
		RC造部	せん断ひずみ 2×10 ⁻³	
変形評価 (建物全体)	建物の構造躯体	鉄骨造部	「鋼構造設計規準-許容応力 度設計法-」に準じた短期許 容応力度	
変形評価	从壮垣	面外	取付ボルトの許容引張荷重	
(鉄骨造部)	21 表似	面内	鉄骨架構の層間変形角	
変形評価	カンマモゴ	「鋼構造設計規準-許容応力度設計		
(扉)	コロアベッス	法-」に準じた短期許容応力度		

表3-10 変形評価の許容限界

3.5 評価方法

- 3.5.1 貫通評価
 - (1) 貫通評価式による評価
 - a. 鉄筋コンクリート造部分

貫通限界厚さeを,別添1-1「竜巻への配慮が必要な施設の強度計算の方針」に基づき,以下に示すDegen式を用いて算出し,外殻となる部位の厚さが許容限界を上回ることを確認する。

X/d
$$\leq 1.52$$
の場合,
 $e = \alpha_{e} \{2.2(X/d) - 0.3(X/d)^{2}\} \cdot d$

ここで,貫入深さXは,

X/d ≦ 2.0の場合,

$$X/d = \{(48580/\sqrt{F_{C}}) \cdot N \cdot d^{0.2} \cdot D \cdot (V/1000)^{-1.8}\}^{0.5}$$

b. 鋼製部

貫通限界厚さeを,別添1-1「竜巻への配慮が必要な施設の強度計算の方針」に基づき,以下に示すBRL式を用いて算出し,外殻となる部位の厚さが許容限界を上回ることを確認する。

$$T^{\frac{3}{2}} = \frac{0.5 \cdot M \cdot V^{2}}{1.439 \cdot 10^{9} \cdot K^{2} \cdot d^{\frac{3}{2}}}$$

(3) 原子炉建屋原子炉棟屋根スラブに対する衝突解析

原子炉建屋原子炉棟屋根スラブに対する貫通評価については、風圧力による荷重W w,気圧差による荷重W_P,飛来物による衝撃荷重W_M及び常時作用する荷重F_dを考慮 し、3次元FEMモデルを用いた衝突解析により屋根及び外壁の鉄筋に生じるひずみを算出

し、許容限界を超えないことを確認する。

評価対象範囲は,原子炉建屋搭屋部の屋根スラブ及び外壁のうち躯体厚さが最も薄い 部分とする。

衝突解析には,解析コード「LS-DYNA」を用いる。解析コードの検証及び妥当性確認 等の概要については,別紙1「計算プログラム(解析コード)の概要」に示す。

a. 解析モデル

(a) 屋根スラブ

屋根スラブのモデル化範囲及び飛来物の衝突位置を図3-1に示す,屋根トラスの 主トラス間の長さはほぼ同等であることより、評価上重要な使用済燃料貯蔵プール

 $\mathbb{R}7$

直上となる部位とし,屋根スラブのコンクリート,鉄筋及びデッキプレートをモデ ル化する。

コンクリートはソリッド要素,鉄筋はビーム要素及びデッキプレートはシェル要素でモデル化する。

屋根スラブの解析モデルを図3-2、解析モデルの境界条件を表3-8に示す。



図3-1 原子炉建屋原子炉棟屋根スラブのモデル化範囲



図3-2 原子炉建屋原子炉棟屋根スラブの解析モデル

(c) 飛来物

飛来物は、衝突時の荷重が保守的となるよう接触断面積を小さくするため、鋼製 材は先端部(衝突部)を開口としてシェル要素でモデル化し、自重及び竜巻による 風圧力による荷重を作用させた状態で衝突させる。

飛来物の解析モデル図を図3-3に示す。



図3-5 飛来物の解析モデル図

b. 材料定数

(a) 屋根スラブ及び外壁

コンクリートの材料定数を表3-11,鉄筋の材料定数を表3-12に示す。

表3-11 コンクリートの材料定数

	設計基準強度	ヤング係数	ポアソンド	単位体積重量
重類	F_{c} (N/mm ²)	E (N/mm ²)	v	ρ (kN/m^3)
コンクリート	22.1	2. 21×10^4	0.2	23.0

表3-12 鉄筋の材料定数

独峦	降伏強度	ヤング係数	ポアソンド	単位体積重量
新粗	F _y	Е		ρ
1里大只	(N/mm^2)	(N/mm^2)	V	(kN/m^3)
SD295	324	2. 05×10^5	0.3	77.0

(b) 飛来物

飛来物の仕様について表3-13に示す。

飛来物	サイズ 長さ×幅×奥行き (m)	質量 (kg)	材質		
鋼製材	$4.2 \times 0.3 \times 0.2$	135	SS400		

表3-12 飛来物の仕様

c. 材料の非線形特性

(a) 材料の応力-ひずみ関係

コンクリートの応力-ひずみ関係は、圧縮側が圧縮強度に到達後もその応力を保 持するバイリニア型とする。

鉄筋の応力-ひずみ関係はバイリニア型とする。

コンクリートの応力-ひずみ関係を図3-6に、鋼製材の応力-ひずみ関係を図3-7 に示す。



図3-6 真応力-真ひずみ関係(コンクリート)



図3-7 応力-ひずみ関係(鉄筋)

(b) ひずみ速度効果

竜巻による飛来物に対する解析は、衝撃問題で変形速度が大きいため、ひずみ速 度効果を考慮することとし、このひずみ速度効果として、NEI07-13で規定された割 増係数(鉄筋:1.10(降伏応力)、1.05(引張強度)、デッキプレート・飛来物: 1.29(降伏応力)、1.10(引張強度))を考慮する。

(c) 破断ひずみ

金属材料の破断ひずみは、JISに規定されている伸びの下限値を基に設定する。 また、NEI 07-13においてTF(多軸性係数)を2.0 とすることが推奨されている ことを踏まえ、安全余裕としてTF=2.0 を考慮する。TFについては、鉄筋のみ 2.0 とする。鋼製材は保守的に破断ひずみを超えても荷重を負担するものとする。 鉄筋の破断ひずみを表3-13に示す。

12.5 1.5 亚人用几0°P和文码10°9°P				
廿匠	JIS規格値	ΤЕ	在地でいずり	
1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	(下限値)	ΙГ		
SD295	0.17	2.0	0.081	

表3-13 鉄筋の破断ひずみ

3.5.2 裏面剥離評価

(1) Chang式による評価

裏面剥離限界厚さSを,別添1-1「竜巻への配慮が必要な施設の強度計算の方針」に基づき,以下に示すChang式を用いて算定し,許容限界を超えないことを確認する。

$$S = 1.84 \alpha_{S} \cdot \left(\frac{V_{0}}{V}\right)^{0.13} \cdot \frac{\left(\frac{W \cdot V^{2}}{980}\right)^{0.4}}{d^{0.2} \cdot f_{c}^{0.4}}$$

(2) 原子炉建屋原子炉棟壁面に対する衝突解析

原子炉建屋屋根スラブを除く、鋼製材に対してChang式による裏面剥離限界厚さを満足 しない箇所のうち、版厚が最も小さい原子炉建屋原子炉棟6階の壁面を代表箇所に選定 し、3次元FEMモデルを用いた衝突解析を行い、裏面側の鉄筋に発生するひずみが表3-9に 示す許容限界を超えないことを確認する。

鋼製材に対しChang式の限界厚さを満足しない箇所について,FEM評価の対象となる箇所 (原子炉建屋原子炉棟6階壁面)の構造及び解析モデルを図3-8に示す。



図3-8 鋼製材に対する裏面剥離評価に関するFEM解析対象箇所の構造(1/2)



図3-8 鋼製材に対する裏面剥離評価に関するFEM解析対象箇所の構造(2/2)

材料物性については、コンクリートは貫通評価と同じものとなる。鉄筋の物性については、表3-14及び表3-15に示す。

建奋	降伏強度	ヤング係数	ポアソンド	単位体積重量
<u></u>	F _y	Е		Q
个里天只	(N/mm^2)	(N/mm^2)	V	(kN/m^3)
SD345	345	2.05 $\times 10^{5}$	0.3	77

表3-14 鉄筋の材料定数(裏面剥離評価)

衣3-13 妖肋の破倒ひりみ (表面羽雁評筆

材質	JIS規格値 (下限値)	ΤF	破断ひずみ
SD345	0.18	2.0	0.083

(3) 使用済燃料乾式貯蔵建屋壁面に対する衝突解析

車両に対してChang式による裏面剥離限界厚さを満足しない,使用済燃料乾式貯蔵建屋の壁面に対しては,裏面に鋼製ライナを施工する対策を講ずる。当該補強構造については、3次元FEMモデルを用いた衝突解析を行い,裏面のライナに発生するひずみが表3-9に示す許容限界を超えないことを確認する。

a. 解析モデル

追而

- 3.5.3 変形評価
 - (1) 原子炉建屋(RC構造部),タービン建屋,使用済燃料乾式貯蔵建屋及び緊急時対策 所建屋

原子炉建屋(RC構造部),タービン建屋,使用済燃料乾式貯蔵建屋及び緊急時対策 所建屋の変位は,設計荷重による建屋の層せん断力及び各部材のせん断力-せん断ひず み関係(Q-γ)関係より算定する。

原子炉建屋及び使用済燃料乾式貯蔵建屋のQ - γ関係は、V-2-2-1「原子炉建屋の地 震応答計算書」及びV-2-2-4「使用済燃料乾式貯蔵建屋の地震応答計算書」に示される せん断スケルトンカーブ(τ-γ関係)に基づき算出する。

タービン建屋のQ - γ関係は、地震応答解析モデルが多軸の質点系モデルを用いてお り各軸に対しせん断スケルトンカーブを算出していることから、層全体の評価を行うた め、各軸のせん断スケルトンカーブを層全体の値に集約したせん断スケルトンカーブに 基づき算出する。 原子炉建屋,タービン建屋,使用済燃料乾式貯蔵建屋及び緊急時対策所建屋の地震応 答解析モデルを図3-9から図3-11に,Q-ッ関係を表3-17から表3-20に示す。









使用済燃料乾式貯蔵建屋の地震応答解析モデル 図3-11


図3-12 緊急時対策所建屋の地震応答解析モデル

					(a) NSZ	方向			
	高さ		要素	第1折点	第2折点	終局点	第1折点	第2折点	終局点
	EL.		番号	\mathbf{Q}_1	\mathbf{Q}_2	\mathbf{Q}_3	γ_{1}	γ 2	γ_3
	(m)		_		(kN)		($\times 10^{-3}$ (-))	
63.65	\sim	57.00	1	4.37E+04	5.90E+04	1.24E+05	0.174	0.522	4.0
57.00	\sim	46.50	2	4.67E+04	6.31E+04	1.26E+05	0.185	0.555	4.0
46.50	\sim	38.80	3	3.37E+05	4.56E+05	9.29E+05	0.173	0.519	4.0
38.80	\sim	34.70	4	1.78E+05	2.41E+05	5.55E+05	0.145	0.435	4.0
34.70	\sim	29.00	5	1.83E+05	2.47E+05	5.59E+05	0.139	0.417	4.0
29.00	\sim	20.30	6	3.20E+05	4.32E+05	9.29E+05	0.159	0. 477	4.0
20.30	\sim	14.00	7	3.90E+05	5.25E+05	1.18E+06	0.174	0.522	4. 0
14.00	~	8.20	8	6.62E+05	8.94E+05	1.68E+06	0. 183	0.549	4.0

表3-17 原子炉建屋のQ-γ関係

(b) EW方向

					(8) 81/3	11				
	高さ		要素	第1折点	第2折点	終局点	第1折点	第2折点	終局点	
	EL.		番号	\mathbf{Q}_1	\mathbf{Q}_2	\mathbf{Q}_3	γ_{1}	γ 2	γ_{3}	
	(m)		-		(kN)		($(\times 10^{-3} (-))$		
63.65	\sim	57.00	1	4.08E+04	5.51E+04	1.16E+05	0.174	0.522	4.000	
57.00	\sim	46.50	2	4.36E+04	5.89E+04	1.18E+05	0.185	0.555	4.000	
46.50	\sim	38.80	3	2.46E+05	3.33E+05	7.13E+05	0.173	0.519	4.000	
38.80	\sim	34.70	4	2.10E+05	2.83E+05	6.20E+05	0.162	0.486	4.000	
34.70	\sim	29.00	5	2.17E+05	2.93E+05	6.26E+05	0.151	0.453	4.000	
29.00	\sim	20.30	6	3.10E+05	4.19E+05	8.82E+05	0.143	0.429	4.000	
20.30	\sim	14.00	7	3. 56E+05	4.82E+05	1.02E+06	0.172	0.516	4.000	
14.00	\sim	8.20	8	5.80E+05	7.83E+05	1.56E+06	0. 182	0.546	4.000	

表3-18	タービン建屋のQ-	γ関係
-------	-----------	-----

					(a) NSZ	方向			
	高さ		要素	第1折点	第2折点	終局点	第1折点	第2折点	終局点
	EL.		番号	\mathbf{Q}_1	\mathbf{Q}_2	\mathbf{Q}_3	γ_{1}	γ 2	γ_3
	(m)		Ι		(kN)		($\times 10^{-3}$ (-))	
40.64	\sim	28.00	1	6.32E+04	8.54E+04	1.18E+05	0.176	0.528	4.000
28.00	\sim	18.00	2	1.84E+05	2.51E+05	3.21E+05	0.228	0.684	4.000
18.00	~	8.20	3	4.54E+05	6.26E+05	8.18E+05	0.233	0.699	4.000

(b) EW方向

	高さ		要素	第1折点	第2折点	終局点	第1折点	第2折点	終局点
	EL.		番号	\mathbf{Q}_1	\mathbf{Q}_2	\mathbf{Q}_3	γ_{1}	γ 2	γ_3
	(m)		_		(kN)		($\times 10^{-3}$ (-))	
40.64	\sim	28.00	1	1.03E+05	1.39E+05	2.37E+05	0.176	0.528	4.000
28.00	\sim	18.00	2	2.09E+05	2.91E+05	4.39E+05	0.213	0.639	4.000
18.00	\sim	8.20	3	3.82E+05	5.24E+05	7.58E+05	0.230	0.690	4.000

表3-19 使用済燃料乾式貯蔵建屋のQ-γ関係

(a) NS方向

	高さ		要素	第1折点	第2折点	終局点	第1折点	第2折点	終局点
	EL.		番号	\mathbf{Q}_1	\mathbf{Q}_2	Q_3	γ_{1}	γ 2	γ_{3}
	(m)		Ι		(kN)		($\times 10^{-3}$ (-))	
29.20	\sim	17.75	BM03	4.50E+04	6.07E+04	1.36E+05	0.198	0.594	4.0
17.75	\sim	8.30	BM02	6.05E+04	8.15E+04	1.56E+05	0.214	0.642	4.0

(b) EW方向

	高さ		要素	第1折点	第2折点	終局点	第1折点	第2折点	終局点
	EL.		番号	\mathbf{Q}_1	\mathbf{Q}_2	\mathbf{Q}_3	γ_{1}	γ $_2$	γ_3
	(m)		-		(kN)		($\times 10^{-3}$ (-))	
29.20	\sim	17.75	BM03	4.19E+04	5.66E+04	1.14E+05	0.191	0.573	4.0
17.75	\sim	8.30	BM02	6.19E+04	8.37E+04	1.62E+05	0.197	0. 590	4.0

|--|

					(a) NSZ	方向			
	高さ		要素	第1折点	第2折点	終局点	第1折点	第2折点	終局点
	EL.		番号	\mathbf{Q}_1	\mathbf{Q}_2	\mathbf{Q}_3	γ_{1}	γ 2	γ 3
	(m)		Ι		(kN)		($\times 10^{-3}$ (-))	
43.50	\sim	51.00	1	1.18E+05	1.59E+05	2.96E+05	0.177	0.530	4.000
37.00	\sim	43.50	2	3.23E+05	4.35E+05	7.75E+05	0. 181	0.542	4.000
30.30	\sim	37.00	3	3.29E+05	4.44E+05	7.56E+05	0. 193	0.579	4.000
23.30	\sim	30.30	4	3.77E+05	5.10E+05	8.44E+05	0.205	0.614	4.000

(b) EW方向

	高さ		要素	第1折点	第2折点	終局点	第1折点	第2折点	終局点
EL.		番号	\mathbf{Q}_1	\mathbf{Q}_2	\mathbf{Q}_3	γ_{1}	γ 2	γ3	
(m)			-		(kN)		($\times 10^{-3}$ (-))	
43.50	\sim	51.00	1	8.43E+04	1.14E+05	1.89E+05	0.177	0.530	4.000
37.00	\sim	43.50	2	2.57E+05	3.46E+05	6.04E+05	0.179	0.538	4.000
30.30	\sim	37.00	3	2.69E+05	3.62E+05	6.05E+05	0.192	0.577	4.000
23.30	\sim	30.30	4	3.21E+05	4.34E+05	7.11E+05	0.204	0.613	4.000

設計荷重のうち、風圧力による荷重Wwは、建屋の形状を考慮して算出した風力係数 及び受圧面積に基づき算出する。

気圧差による荷重 W_P は、建屋の内部から外部に作用し、建屋層全体の評価において は相殺される荷重であるが、保守的に W_w と同じ方向にのみ作用すると見なす。

飛来物による衝撃荷重W_Mは,瞬間的に作用するものであり,またこれら建屋の質量 が飛来物に対し十分に大きなものであることから,建屋の全体的な挙動に対する影響は 軽微と考えられるため考慮しない。

(2) 原子炉建屋(鉄骨構造部)

a. 鉄骨架構

原子炉建屋(鉄骨構造部)のうち鉄骨架構については、図3-13に示す付属棟東部のモ デルの様に、原子炉建屋原子炉棟との接合部をピン支持とした3次元フレームモデルに ついて、風圧力による荷重Ww、気圧差による荷重WP及び常時作用する荷重Fdにより 部材に発生する応力度を計算し、許容限界を超えないことを確認する。

飛来物による衝撃荷重W_Mについては、瞬間的に作用するものであり、当該部の質量 は飛来物に対し十分に大きなものであること、また当該部は頑健な原子炉建屋(RC造 部)に支えられた構造となっていることから、飛来物の衝突荷重で当該部の全体的な倒 壊を起こすことは考え難いが、衝突による架構構成部材(鉄骨)の部分的な損傷を生じ た場合には、その後に作用する自重若しくは風荷重により倒壊しないことが必要となる ため、飛来物の衝突荷重は、柱若しくははりの一本を喪失したものと置き換えたモデル として考慮する。

また,鉄骨造部分に対する地震荷重については,建屋の変位が加わらない方向については,各区画に作用する原子炉建屋の応答加速度を入力する。建屋からの変位を受ける 方向については,その変位を入力し,発生する荷重を算出する。







(隔離弁室①)

図3-13 原子炉建屋(鉄骨構造部)の解析モデル (2/2)

a. 外装板

原子炉建屋(鉄骨構造部)のうち外装板については、図3-14に示すように、鉄骨架構 にボルト止めしたパネルを嵌め合わせた構造となっている。これについて、風圧力に よる荷重Ww,気圧差による荷重Wp及び常時作用する荷重Fdにより発生する曲げモ ーメント及びせん断力を計算し、許容限界を超えないことを確認する。



図3-14 原子炉建屋(鉄骨構造部)のうち外装板の取付構造

竜巻荷重に対する外装板の脱落防止の観点からは、図3-15に示すような、気圧差に よる荷重W_Pにより発生する、外装板の曲げ及び取付ボルトの引張が支配的であるため、 下式にて曲げ応力及び取付ボルトに作用する荷重を算定する。

取付幅 0の外装板における最大曲げ応力

外装板1枚当たりの,気圧差による面外方向荷重

 $\mathbf{F} = \mathbf{l} \cdot \mathbf{b} \cdot \mathbf{\Delta} \mathbf{P}$

b:外装材の働き幅

取付ボルト1本あたりに生じる引張荷重

$$T = \frac{F}{2}$$



図 3-15 気圧差により外装板に作用する荷重

また,外装板については,地震時における脱落防止も求められるため,下式にて発生 荷重を算定する。

外装板一枚当たりの, 地震力による荷重

水平方向: $F_{H} = C_{H} \cdot m$

鉛直方向::F_V=C_V・m

ボルト1本あたりの,地震力による発生荷重

引張:

$$Q = \frac{F_V}{2}$$

(3) 原子炉建屋原子炉棟屋根スラブ

原子炉建屋原子炉棟屋根スラブについて、風圧力による荷重Ww,気圧差による荷重 WP及び常時作用する荷重Faにより発生する曲げモーメント及びせん断力を計算し、許 容限界を超えないことを確認する。

原子炉建屋原子炉棟屋根スラブは,鉄骨はりにスタッドを介して接続しているため, はり位置を支持点とした一方向版とし,両端固定はりとして評価する。スタッドに作用 する引張力は,単位幅の屋根スラブに生じるせん断力を当該範囲のスタッドが均等に負 担するものとして評価する。

屋根スラブの発生曲げモーメントM及び発生せん断力Q並びにスタッドの発生引張力 Tの算定式を以下に示す。また,屋根スラブに作用する荷重の概要を図3-15に示す。

単位幅の屋根スラブにおける発生モーメント

$$M = \frac{\left(\omega_{\rm T} - \omega_{\rm d}\right) \cdot L^2}{12}$$

単位幅の屋根スラブにおける発生せん断力

$$Q = \frac{\left(\omega_{T} - \omega_{d}\right) \cdot L}{2}$$
スタッド1本あたりの発生引張力

$$T = Q \cdot \frac{p}{1000}$$



図3-15 屋根スラブに作用する荷重の概要

許容限界である終局強度については、「RC規準」に基づき算定する。

スタッドの許容引張力は、「各種合成指針」に準拠し、スタッドの降伏により定ま る許容引張力 P_{a1}、コンクリート部のコーン状破壊により定まる許容引張力 P_{a2}及び コンクリート部の支圧破壊により定まる許容引張張力 P_{a3}のうち、最も小さい値とす る。

屋根スラブの許容曲げモーメントM_a及び許容せん断力Q_a並びにスタッドの許容引 張力P_aの算定式を以下に示す。

$$M_{a} = a_{t} \cdot f_{t} \cdot j$$

$$Q_{a} = b \cdot j \cdot \alpha \cdot f_{s}$$

$$P_{a} = \min(P_{a1}, P_{a2}, P_{a3})$$

(4) 扉

扉のカンヌキ部(カンヌキ,カンヌキ受けピン及びカンヌキ受けボルト)等,扉の閉 状態を維持する部材について,気圧差による荷重W_Pにより発生する応力を算出し,許容 限界を超えないことを確認する。

a. 応力評価

下記の扉を評価対象とする。

- ・原子炉建屋大物搬入口扉のうち原子炉建屋原子炉棟水密扉
- ·原子炉建屋付属棟1階電気室搬入口水密扉
- ·原子炉建屋原子炉棟水密扉(潜戸)

- ·原子炉建屋付属棟南側水密扉
- ・ベイラー室脇水密扉
- ·原子炉建屋付属棟南側水密扉
- ·原子炉建屋付属棟2階東側機器搬入口扉
- ・原子炉建屋付属棟2階サンプルタンク室連絡通路扉
- ·原子炉建屋付属棟南東側機器搬入口扉
- ·原子炉建屋付属棟西側非常用階段連絡口扉

原子炉建屋大物搬入口扉のうち原子炉建屋原子炉棟水密扉,原子炉建屋付属棟1階 電気室搬入口水密扉及び原子炉建屋原子炉棟水密扉(潜戸)についての,カンヌキ部 (カンヌキ,カンヌキ受けピン及びカンヌキ受けボルト)に作用する荷重,発生曲げ モーメントM,発生せん断力Q及び発生引張力Tの算定式を以下に示す。その他の扉 についても,扉留め部に掛かる曲げ,せん断及び引張荷重をモデル化し,評価を行 う。

(a) カンヌキ部に生じる荷重

カンヌキ部に生じる荷重は気圧差による荷重W_Pをカンヌキ部n箇所で負担した場合に発生する反力R_Pから算定する。カンヌキ部に生じる荷重を図3-16から図3-18に示す。

 $W_P = \Delta P \cdot A_d$

$$R = \frac{W_P}{n}$$



図3-16 カンヌキ部に生じる荷重(原子炉建屋原子炉棟水密扉)



図3-17 カンヌキ部に生じる荷重(電気室搬入口水密扉)



図3-18 カンヌキ部に生じる荷重(原子炉建屋原子炉棟水密扉(潜戸))

イ.カンヌキ

カンヌキに生じる曲げモーメントM_k及びせん断力Q_kは次式により算定する。 カンヌキに生じる荷重を図3-19から図3-21に示す。

 $M_{k} = R \cdot L_{k}$ $Q_{k} = R$



図3-19 カンヌキに生じる荷重(原子炉建屋原子炉棟水密扉)



図3-20 カンヌキに生じる荷重(電気室搬入口水密扉)



図3-21 カンヌキに生じる荷重(原子炉建屋原子炉棟水密扉(潜戸))

ロ. カンヌキ受けピン

カンヌキ受けピンに生じる曲げモーメントM_pとせん断力Q_pは次式により算定 する。カンヌキ受けピンに生じる荷重を図3-22から図3-24に示す。

$$M_{p} = \frac{R \cdot L_{P}}{4}$$
$$Q_{p} = R$$



図3-22 カンヌキ受けピンに生じる荷重(原子炉建屋原子炉棟水密扉)



図3-23 カンヌキ受けピンに生じる荷重(電気室搬入口水密扉)



図3-24 カンヌキ受けピンに生じる荷重(原子炉建屋原子炉棟水密扉(潜戸))

ハ. カンヌキ受けボルト

カンヌキ受けボルトに生じる引張力Tは次式により算定する。カンヌキ受けボルトに生じる荷重を図3-25から図3-27に示す。

T = R



図3-25カンヌキ受けボルトに生じる荷重(原子炉建屋原子炉棟水密扉)



図3-26 カンヌキ受けボルトに生じる荷重(電気室搬入口水密扉)



図3-27 カンヌキ受けボルトに生じる荷重(原子炉建屋原子炉棟水密扉(潜戸))

b. 断面検定

各部材に生じる応力より算定する応力度が許容限界以下であることを確認する。な

- お,異なる荷重が同時に作用する部材については,組合せを考慮する。 評価対象部位の許容限界を表3-21に示す。
 - (a) カンヌキ

カンヌキに生じる生じる曲げ応力度及びせん断応力度から組合せ応力度を算定 し、短期許容応力度以下であることを確認する。

$$\sigma_{\mathrm{x}} = \sqrt{\left(\frac{\mathrm{M}_{\mathrm{k}}}{\mathrm{Z}_{\mathrm{k}}}\right)^{2} + 3 \cdot \left(\frac{\mathrm{Q}_{\mathrm{k}}}{\mathrm{A}_{\mathrm{k}}}\right)^{2}}$$

(b) カンヌキ受けピン

カンヌキ受けピンに生じる曲げ応力度及びせん断応力度を算定し,評価結果が 厳しい方の値が短期許容応力度以下であることを確認する。

$$\sigma_{\rm b} = M_{\rm p} / Z_{\rm p}$$

$$\tau = Q_{\rm p} / 2 \cdot A_{\rm p}$$

(C) カンヌキ受けボルト
 カンヌキ受けボルトに生じる引張応力度を算定し、短期許容応力度以下である
 ことを確認する。

 $\sigma_{t} = T / (n_{b} \cdot A_{b})$

			許容限界值(kN/mm²)		
評価対象	象部材	材質	曲げ・引	せん断	
		張			
	カンヌキ	SUS304	205	_	
カンコモゴ	カンコモ戸けいン	SCM440	686	396	
シッシュロ	カンスイ支リレン	S45C	345	199	
	カンヌキ受けボルト	SCM435	651	_	

表3-21	評価対象部位の許容限界
10 41	

4. 評価条件

「3. 強度評価方法」に用いる評価条件を、以下に示す。

4.1 貫通評価

4.1.1 鉄筋コンクリート造部

鉄筋コンクリート造部の貫通評価に用いる条件を表4-1に示す。

表4-1 貫通評価に用いる入力値(鉄筋コンクリート造部)

記号	記号の説明		数值		単位	
	11 2 2 15 24	鋼製材	1.0		—	
lpha _e	岱 阆徐	車両	0.60		—	
1	武士物古汉	鋼製材	27.6		cm	
a	飛禾初旦住	車両	338. 5		cm	
			原子炉建屋	225		
			タービン建屋	225		
F _c	コンクリートの設計基	準強度	使用済燃料	940	kgf/cm²	
			乾式貯蔵建屋	240		
			緊急時対策所建屋	300		
N	武士をついてたな		1.14	1.14		
IN	N 飛来物の形状係数	車両	0.72		_	
П		鋼製材	鋼製材 6.42×10 ⁻³		kgf/cm^3	
D	派术初直往备度 W/u	車両	1.29×10^{-4}	1.29×10^{-4}		
117	武立協手 具	鋼製材	135		kgf	
W 术米物里里		車両	5000		kgf	
		公平告日十十	水平	51		
17	本地の衝空 声音		鉛直	34	III/ S	
v	所不初り到大还及	車両	水平	52		
		中国	鉛直	*	m/s	

※:表3-4を参照

4.1.2 鋼製部

鋼製部の貫通評価に用いる条件を表4-2に示す。

記号	記号の説明		数值		単位
d	飛来物直径	鋼製材	7.	90	cm
k	鋼板の材質に関する係数]	l	—
М	飛来物重量	鋼製材	· 利製材 135		kg
N7	孤立物の産党は由	公司告刊十十	水平	51	
V	邢 朱彻切倒矢述及	判 我们	鉛直	34	III/ S

表4-2 貫通評価に用いる入力値(鋼製部)

4.1.3 原子炉建屋原子炉棟屋根スラブ

原子炉建屋原子炉棟屋根スラブの貫通評価における、「3.強度評価方法」に用いる「LS-DYNA」によるFEM解析の解析ケースを以下に示す。

飛来物の衝突位置は、衝突時間が長く、被衝突部材に伝達するエネルギが大きくなるよ うに部材長さ(支持スパン)が最大となる位置(中央部)とする。飛来物の衝突方向は鉛 直とし、衝突位置のスパンに合わせて、屋根に対して最小断面積で衝突する場合(縦衝 突)とする。

解析ケースを表4-3に、解析ケース図を図4-1に示す。

表4-3 解析ケース(原子炉建屋原子炉棟屋根スラブ貫通評価)

評価対象	飛来物	衝突箇所	飛来物の 衝突方向	対象部材
原子炉建屋 原子炉棟 屋根スラブ	鋼製材	中央部	鉛直:縦	躯体コンクリート(最小部: mm) 鉄筋(D13@180,200)



R7

4.2 裏面剥離評価

裏面剥離評価に用いる条件を表 4-4 に示す。

記号	記号の説明		数值			単位	
	任浦校粉	鋼製材	1.0				
αs	风彻尔致	車両	0. 55	5			
V.	孤立物其淮沽庄	鋼製材	60.9	6		m/a	
V 0	派木彻盔毕还反	車両	60.9	6		III/ S	
4	孤立物古汉	鋼製材	27.6	6		om	
u	派术彻迫住	 車両			338.5		
			原子炉建屋		225		
			タービン建屋		225		
f c'	コンクリートの設計基準強	度	使用済燃料		0.40	kgf/cm^2	
			乾式貯蔵建屋	240			
			緊急時対策所建	屋	300		
117			135			الم سط	
vv			5000			KgI	
			水平		51		
N 7	一型立ちの一部の一部で一部で	鲕製材	鉛直		34	m/a	
v	爪木初の囲大坯皮		水平		52	III/ S	
		- 単向	鉛直				

表4-4	屋根スラ	ブの裏面剥離評価式に用レ	いる入	力値
------	------	--------------	-----	----

※:表3-4を参照

4.2.3 原子炉建屋壁面

原子炉建屋壁面の裏面剥離評価における,「3.強度評価方法」に用いる「LS-DYNA」によるFEM解析の解析ケースを以下に示す。

飛来物の衝突位置は、衝突時間が長く、被衝突部材に伝達するエネルギが大きくなるよ うに部材長さ(支持スパン)が最大となる位置(中央部)とする。飛来物の衝突方向は鉛 直とし、衝突位置のスパンに合わせて、屋根に対して最小断面積で衝突する場合(縦衝 突)とする。

解析ケースを表4-5に、解析ケース図を図4-2に示す。

評価対象	飛来物	衝突箇所	飛来物の 衝突方向	対象部材
原子炉建屋 原子炉棟 外壁	鋼製材	中央部	鉛直:縦	躯体コンクリート(mm) 鉄筋(D19@200)

表4-5 解析ケース(原子炉建屋壁面裏面剥離評価)



図4-2 解析ケース図(原子炉建屋壁面裏面剥離評価)

4.2.4 使用済燃料乾式貯蔵建屋壁面

使用済燃料乾式貯蔵建屋壁面の裏面剥離評価における,「3.強度評価方法」に用いる「LS-DYNA」によるFEM解析の解析ケースを以下に示す。

飛来物の衝突位置は、衝突時間が長く、被衝突部材に伝達するエネルギが大きくなるように部材長さ(支持スパン)が最大となる位置(中央部)とする。飛来物の衝突方向は鉛 直とし、衝突位置のスパンに合わせて、屋根に対して最小断面積で衝突する場合(縦衝 突)とする。

解析ケースを表4-6に、解析ケース図を図4-3に示す。

評価対象	飛来物	衝突箇所	飛来物の 衝突方向	対象部材		
原子炉建屋 原子炉棟 外壁	鋼製材	中央部	鉛直:縦	躯体コンクリート(mm) 鉄筋(追而)		

表4-6 解析ケース(使用済燃料乾式貯蔵建屋壁面裏面剥離評価)

|--|

図4-3 解析ケース図(使用済燃料乾式貯蔵建屋壁面裏面剥離評価)

- 4.3 変形評価
 - (1) 外壁

原子炉建屋,タービン建屋,使用済燃料乾式貯蔵建屋及び緊急時対策所の変形評価に用いる条件を表4-7から表4-10に示す。

				受正	而 積	
質点	高さ	位置	風力係数※1			
				N-5万间	E-W万问	
1	1 62.65		0.8	221	254	
1	03.03	風下	0.4	551	504	
0	57 00	風上	0.8	447	479	
Δ	57.00	風下	0.4	447	470	
2	46 50	風上	0.8	200	251	
3	40. 50	風下	0.4	320	551	
4	20 00	風上	0.8	175	107	
4	38.80	風下	0.4	175	107	
F	24 70	風上	0.8	266	000	
5	54.70	風下	0.4	200	283	
6	20,00	風上	0.8	591	570	
0	29.00	風下	0.4	581	570	
7	20.20	風上	0.8	420	499	
1	20.30	風下	0.4	430	432	
0	14.00	風上	0.8	206	200	
0	14.00	風下	0.4	290	398	

表4-7 原子炉建屋変形評価の評価条件(1/5) (RC構造部)

※1:風下側の係数は、風上側と同じ向きを正とする。

表4-7 原子炉建屋変形評価の評価条件(2/5) (鉄骨造部分:風荷重)

트고	中を	位置	国土区卷》1	受圧面積		
と回	同し		風刀係毅而	N-S方向	E-W方向	
付属棟	E. L. 22. 0	風上	0.8	152	250	
南東	E. L. 35. 0	風下	0.4	155	250	
付属棟	E. L. 14. 0	風上	0.8	%2	270	
東側	E. L. 22. 0	風下	0.4		370	
隔離弁室	E. L. 22. 0	風上	0.8	45	50	
\bigcirc	E. L. 30. 0	風下	0.4	40	50	
隔離弁室	E. L. 22. 0	風上	0.8	9.4	01	
2	∼ E. L. 30. 0	風下	0.4	0.4	91	

※1:風下側の係数は、風上側と同じ向きを正とする。

※2:構造上、N-S方向に対し見附面を有しない。



表4-7 原子炉建屋変形評価の評価条件(3/5) (鉄骨造部分:部材断面)

表4-7 原子炉建屋変形評価の評価条件(4/5) (鉄骨造部分:地震荷重)

「「」	中を	入7	力値	
四四	同で	N-S方向	E-W方向	ij
付属棟 南東	E. L. 22. 0 ~ E. L. 35. 0			
付属棟 東側	E. L. 14. 0 ~ E. L. 22. 0	追	而	
隔離弁室 ①	E. L. 22. 0 ~ E. L. 30. 0			
隔離弁室 ②	E. L. 22. 0 ~ E. L. 30. 0			

項目	記号	値	単位
外装材の取付幅	l	450	mm
外装材の断面係数	Z	3. 70×10^4	mm ³
外装材の働き幅	b	600	mm

	中を	位墨	日十年半※1	受圧面積			
貝瓜	同で	1921年	風刀術毅~~	N-S方向	E-W方向		
1	40.64	風上		1409	EQE		
1		風下	0.4	1408	565		
0	28.00	風上	0.8	1120	799		
Δ	28.00	風下	0.4	1129	(55		
2	18.00	風上	0.8	1024	606		
3	ა	18.00	18.00	風下	0.4	1034	090

表4-8 タービン建屋変形評価の評価条件

※1:風下側の係数は、風上側と同じ向きを正とする。

表4-9 使用済燃料乾式貯蔵建屋変形評価の評価条件

质占	中々	位墨	国土核粉※1	面積		
貝瓜	同へ	19210年	風刀係毅~~	N-S方向	E-W方向	
DM0.2	20.20	風上	0.8	210	659	
DM02	29.20	風下	0.4	510	000	
DMO9	DV00 17.75		0.8	954	EDE	
BM02	17.75	風下	0.4	204	525	

※1:風下側の係数は、風上側と同じ向きを正とする。

表4-10 緊急時対策所建屋変形評価の評価条件

府占 古々		位墨	国土权粉	受圧面積		
貝瓜	同へ	112.00.	風刀馀剱	N-S方向	E-W方向	
1	51 00	風上	0.8	154	220	
1	51.00	風下	0.4	154	220	
0	42 50	風上	0.8	256	251	
2	43. 50	風下	0.4	200		
0	27 00	風上	0.8	000	205	
ა	57.00	風下	0.4	203	305	
4	20.20	風上	0.8	975	210	
4	30.30	風下	0.4	275	318	

(2) 原子炉建屋原子炉棟屋根スラブ

原子炉建屋原子炉棟屋根スラブの変形評価に用いる条件を表4-11に示す。

記号	記号の説明	数值	単位
q	設計用速度圧	6100	N/m^2
С	風力係数	1.6	—
G	ガスト影響係数	1	—
ΔΡ	最大気圧低下量	8900	N/m^2
A c	コーン状破壊面の有効投影面積	33123	mm^2
A 0	頭付きアンカーボルト頭部の支圧面積	442.3	mm^2
sca	頭付きアンカーボルトの断面積で、軸部断面積とねじ 部有効断面積の小なる方の値	284	mm ²
b	部材幅	1000	mm
d'	部材の有効せい	47	mm
L	屋根スラブの支持スパン	1530	mm
р	頭付きアンカーボルトの間隔	360	mm
D	頭付きアンカーボルト頭部の直径	30.4	mm
d	頭付きアンカーボルト軸部の直径	19	mm
F _c	コンクリートの設計基準強度	22.1	N/mm^2
f n	コンクリートの支圧強度	132.6	N/mm^2
f s	コンクリートの許容せん断応力度	1.07	N/mm^2
f t	鉄筋の許容引張応力度	324.5	N/mm^2
a _t	引張鉄筋断面積	705	mm^2
j	応力中心間距離(j =(7/8)・d ')	41.1	mm
1 _{се}	頭付きアンカーボルトの強度計算用埋込み長さ(1 _{ce} = 1 _e)	88.6	mm
l _e	頭付きアンカーボルトのコンクリート内への有効埋込 み長さ	88.6	mm
cσt	コーン状破壊に対するコンクリートの引張強度	6.851	N/mm^2
sσ _{pa}	頭付きアンカーボルトの引張強度	235	N/mm^2
ѕσу	頭付きアンカーボルトの規格降伏点強度	235	N/mm^2
φ 1	低減係数	1	_
φ 2	低減係数	0.67	- T
ωd	常時作用する荷重による単位幅あたりの荷重	3.472	kN/m
ω T1	評価に用いる竜巻の荷重 Wr1 による単位幅あたりの荷重	-8.9*	kN/m
ω T2	評価に用いる竜巻の荷重 W _{T2} による単位幅あたりの荷重	-14.21**	kN/m

表4-11 原子炉建屋原子炉棟屋根スラブ変形評価の評価条件

※:下向きの荷重を正の値とする。

(3) 原子炉建屋大物搬入口扉のうち原子炉建屋原子炉棟水密扉
 原子炉建屋原子炉棟水密扉の変形評価に用いる条件を表4-12に示す。

	部位	記号	記号の説明	数值	単位
		A d	水密扉受圧面積	25.90	m^2
	百件		単位面積当たりの最大	0000	NI /. 2
	月年144	ΔP	気圧低下量	8900	N/ m ²
		n	カンヌキ部箇所数	14	箇所
	カンヌキ	A_k	断面積	1963	mm^2
		L _k	軸支持間距離	66.0	mm
		Z _k	断面係数	12270	mm ³
カン		A p	断面積	490.9	mm^2
シヌト	カンヌキ受けピン	L p	軸支持間距離	91.0	mm
キ 部		Z p	断面係数	1534	mm ³
		^	ボルト1本あたりの	157 0	mm ²
	カンヌキ受けボルト	Ab	断面積	157.0	mm²
		n _b	ボルト本数	2	本

表4-12 原子炉建屋原子炉棟水密扉の変形評価の評価条件

(4) 原子炉建屋付属棟1階電気室搬入口水密扉

原子炉建屋付属棟1階電気室搬入口水密扉の変形評価に用いる条件を表4-12に示す。

表4-13 原子炉建屋付属棟1階電気室搬入口水密扉の変形評価の評価条件

	• • • • • •				
部位		記号	記号の説明	数值	単位
		A_{d}	水密扉受圧面積	3.606	m^2
	豆休		単位面積当たりの最大	8000	N/m^2
	月月144	ΔP	気圧低下量	8900	IN/ III
		n	カンヌキ部箇所数	4	箇所
	カンヌキ	A_k	断面積	1963	mm^2
		L _k	軸支持間距離	106.0	mm
		Z_{k}	断面係数	12270	mm^3
カン		A _p	断面積	314.2	mm^2
マナ	カンヌキ受けピン	L p	軸支持間距離	79.0	mm
キ 部		Z p	断面係数	785.4	mm^3
		•	ボルト1本あたりの	157 0	9
	カンヌキ受けボルト	Αb	断面積	157.0	mm²
		n _b	ボルト本数	2	本

- (5) その他の外殻となる扉
 - a. 原子炉建屋原子炉棟水密扉(潜戸)
 原子炉建屋原子炉棟水密扉(潜戸)の変形評価に用いる条件を表4-14に示す。

	部位	記号	記号の説明	数值	単位			
		A_{d}	水密扉受圧面積	1.570	m^2			
	百化		単位面積当たりの最大	0000	NT / 2			
	厞14	ΔΡ	気圧低下量	8900	N/m^2			
		n	カンヌキ部箇所数	4	箇所			
	カンヌキ	A_k	断面積	1963	mm^2			
		L _k	軸支持間距離	95.0	mm			
		Z _k	断面係数	12270	mm ³			
カン		A p	断面積	314.2	mm^2			
シヌト	カンヌキ受けピン	L p	軸支持間距離	90.0	mm			
キ 部		Z p	断面係数	785.4	mm ³			
			ボルト1本あたりの	157 0	2			
	カンヌキ受けボルト	Αb	断面積	197.0	IIIII1-			
		n _b	ボルト本数	2	本			

表4-14 原子炉建屋原子炉棟水密扉(潜戸)の変形評価の評価条件

5. 強度評価結果

5.1 貫通評価

貫通限界厚さと許容限界の比較を表5-1に示す。式による評価で許容限界を満足しなかった 原子炉建屋屋根スラブについては,解析による評価にてデッキプレートが破断しないことを 確認した。

	評価項目	部位	飛来物	評価結果 (mm)	許容限界 (mm)
	百乙后冲民	屋根スラブ	鋼製材		
	原于炉建屋	外壁	鋼製材		
		オペレーティング	ィ田舎リナナ		
	な」ビン母長	フロア床版	聊殺的		
	クーレン連座	気体廃棄物処理系	谷田告山ナナ		
		隔離弁設置エリア壁			
	使用済燃料乾式 貯蔵建屋	臣坦っラブ	鋼製材		
貫 诵		産ャイノノ	車両	迫而	
評価		从	鋼製材		
ІШ		2下空	車両		
	軽油貯蔵タンク	百版	公開告リナナ		
	タンク室	項瓜	判我们		
		神民民相っこづ	鋼製材		
	取卢吐丹华正	連座座板ヘノノ	車両		
	来心时刈水川	(神戸)の (学)	鋼製材		
		建座外壁	車両		

表5-1 貫通評価結果(1/2) (式による評価)

※:表5-2(2/2)により内包する防護すべき施設への影響がないことを確認

表5-1 貫通評価結果(2/2) (解析による評価)

	評価項目	部位	飛来物	評価結果 (-)	許容限界 (-)
貫通評価	原子炉建屋 原子炉棟	屋根スラブ	鋼製材	追	而

5.2 裏面剥離評価

裏面剥離限界厚さと許容限界の比較を表5-2に示す。式による評価で許容限界を満足しなかった部位については、解析による評価にてデッキプレート若しくはライナが破断しないことを確認した。

評価項目		部位	飛來物	評価結果	許容限界
		스마다		(mm)	(mm)
	百乙炬建民	屋根スラブ	鋼製材		
	原于护建屋	外壁	鋼製材		
		オペレーティング	公司告日十十		
	な」ビン建民	フロア床版	判 殺的		
	ターレン建産	気体廃棄物処理系	公网告日十十		
		隔離弁設置エリア壁			
裹	使用済燃料乾式 貯蔵建屋	民田フラブ	鋼製材		
面剥		産ャイノノ	車両	迫而	
離亚			鋼製材		
価		2下型	車両		
	軽油貯蔵タンク	百世	你的告诉十十		
	タンク室	1只几人	判 殺的		
		神日日相っこづ	鋼製材		
	取為吐丹笨武	建産産恨人フノ	車両		
	来忌时刈束川	2中日月時	鋼製材		
		建座275型	車両		

表 5-2 裏面剥離評価結果(1/2) (式による評価)

※:表 5-2(2/2)により内包する防護すべき施設への影響がないことを確認

表5-2 裏面剥離評価結果(2/2) (解析による評価)

評価項目		动合	孤立物	評価結果	許容限界
		신다	派木物	(—)	(—)
裏	原子炉建屋	屋根スラブ	鋼製材	追而	
面剥離評価		外壁	鋼製材	9.79 $\times 10^{-4}$	2. 0×10^{-3}
	使用済燃料乾式 貯蔵建屋	外壁	車両	追而	

5.3 変形評価

(1) 外壁 (RC造部)

建屋に生じるせん断ひずみと許容限界の比較を表5-3に示す。建屋に生じるひずみが許容 限界を超えないことを確認した。

評価項目	評価結果	評価結果			許容限界	
建屋の	原子炉建屋				2. 0×10^{-3}	
	タービン建屋				2. 0×10^{-3}	
せん断ひずみ	使用済燃料乾式貯蔵建屋		世Ш		2. 0×10^{-3}	
	緊急時対策所				2. 0×10^{-3}	

表 5-3 変形評価結果 (建屋)

(2) 原子炉建屋(鉄骨構造部)

原子炉建屋(鉄骨構造部)の部材に発生する応力度を計算し,許容限界を超えないこと を確認する。

評価項目		評価結果	許容限界	
		追而		

(3) 原子炉建屋原子炉棟屋根スラブ

原子炉建屋原子炉棟屋根スラブに生じる荷重と許容限界の比較を表5-4に示す。スラブ及 びスタッドに生じる荷重が建屋に生じるひずみが許容限界を超えないことを確認した。

表5-4 変形評価結果(原子炉建屋原子炉棟屋根スラブ)

	1			
評価項目		平価結果	許容限界	
屋根スラブの曲げモーメント				
屋根スラブのせん断力		追而		
スタッドの発生引張力				

(3) 扉

評価対象の扉に生じる荷重と許容限界の比較を表5-5に示す。カンヌキ部に生じる荷重が 許容限界を超えないことを確認した。

評価対象部位			評価結果 (N/mm ²)	許容限界値 (N/mm ²)
原子炉棟水密扉	カンヌキ部	カンヌキ	90	205
		カンヌキ受けピン ^(注1)	245	686
		カンヌキ受けボルト	53	651
原子炉建屋一階電気室搬入口水密扉	カンヌキ部	カンヌキ	70	205
		カンヌキ受けピン ^(注1)	202	686
		カンヌキ受けボルト	26	651
原子炉棟水密扉(潜戸)	カンヌキ部	カンヌキ	28	205
		カンヌキ受けピン ^(注1)	101	345
		カンヌキ受けボルト	12	651

表5-5 変形評価結果

(注1) 曲げ及びせん断のうち評価結果が厳しい方の値を記載

V-3-別添 1-2-1-2 防護鋼板の強度計算書

1.	概	要
2.	基	本方針
2	. 1	位置
2	. 2	構造概要
2	. 3	評価方針・・・・・・18
2	. 4	適用規格
3.	強	度評価方法
3	. 1	記号の定義
3	. 2	評価対象部位 · · · · · · · · · · · · · · · · · · ·
3	. 3	荷重及び荷重の組合せ・・・・・・21
3	. 4	許容限界
3	. 5	評価方法
4.	評	価条件・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・
5.	強	度評価結果

目次

1. 概要

本資料は、V-3-別添 1-2「防護対策施設の強度計算の方針」に示すとおり、防護対策施設である 非常用ディーゼル発電機室ルーフベントファン竜巻防護対策施設、中央制御室換気系冷凍機竜巻防 護対策施設、海水ポンプエリア竜巻防護対策施設、原子炉建屋外側ブローアウトパネル竜巻防護対 策施設、中央制御室換気系開口部竜巻防護対策施設、原子炉建屋付属棟軽量外壁部竜巻防護対策施 設及び原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻防護対策施設の防護鋼板が、設置(変更)許可申請におい て示す設計飛来物(以下「飛来物」という。)の衝突に加え、風圧力に対し、竜巻時及び竜巻通過 後においても防護対象施設に飛来物を衝突させず、また、機械的な波及的影響を与えず、防護対象 施設の安全機能維持を考慮して、防護鋼板が構造健全性を有することを確認するものである。

2. 基本方針

V-3-別添 1-2「防護対策施設の強度計算の方針」を踏まえ、防護鋼板の「2.1 位置」、「2.2構造概要」、「2.3 評価方針」及び「2.4 適用規格」を示す。

2.1 位置

防護鋼板は,原子炉建屋(ディーゼル発電機室屋上,原子炉棟外壁及び付属棟屋上並びに外 壁)及び海水ポンプ室周りに設置する。

防護鋼板の設置位置図を図 2-1 に示す。



 $\mathbb{R}4$

2.2 構造概要

防護鋼板の構造は、V-3-別添2「防護対策施設の強度計算の方針」の「3.2 防護鋼板の構造 設計」に示す構造計画を踏まえて設定する。

(1) 非常用ディーゼル発電機室ルーフベントファン竜巻防護対策施設防護鋼板

非常用ディーゼル発電機室ルーフベントファン竜巻防護対策施設防護鋼板は,当該防護対策施 設の架構に取り付けられ施設の外殻となる。

非常用ディーゼル発電機室ルーフベントファン竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図を図 2-2 に 示す。



NT2 補② V-3--別添 1-2-1-2 R4



図 2-2 非常用ディーゼル発電機室ルーフベントファン防護対策施設防護鋼板の構造図(1/4) (2C非常用ディーゼル発電機室ルーフベントファン竜巻防護対策施設)



図 2-2 非常用ディーゼル発電機室ルーフベントファン防護対策施設防護鋼板の構造図(2/4)
 (2D非常用ディーゼル発電機室ルーフベントファン竜巻防護対策施設(1/2))




側面(E-E矢視)



図 2-2 非常用ディーゼル発電機室ルーフベントファン防護対策施設防護鋼板の構造図(3/4) (2D非常用ディーゼル発電機室ルーフベントファン竜巻防護対策施設(2/2))





図 2-2 非常用ディーゼル発電機室ルーフベントファン防護対策施設防護鋼板の構造図(4/4) (高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機室ルーフベントファン竜巻防護対策施設)

(2) 中央制御室換気系冷凍機竜巻防護対策施設防護鋼板

中央制御室換気系冷凍機竜巻防護対策施設防護鋼板は,当該防護対策施設の架構に取り 付けられ施設の外殻となる。

中央制御室換気系冷凍機竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図を図 2-3 に示す。



図 2-3 中央制御室換気系冷凍機竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図(1/6)



図 2-3 中央制御室換気系冷凍機竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図(2/6)



図 2-3 中央制御室換気系冷凍機竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図(3/6)



図 2-3 中央制御室換気系冷凍機竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図(4/6)

10

(単位:mm)



図 2-3 中央制御室換気系冷凍機竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図(5/6)

(単位:mm)



図 2-3 中央制御室換気系冷凍機竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図(6/6)

(3) 海水ポンプエリア竜巻防護対策施設防護鋼板

海水ポンプエリア竜巻防護対策施設防護鋼板は,当該防護対策施設の架構に取り付けら れ施設の外殻となる。

海水ポンプエリア竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図を図 2-4 に示す。







防護鋼板材質



図 2-4 海水ポンプエリア竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図

(4) 中央制御室換気系開口部竜巻防護対策施設防護鋼板

中央制御室換気系開口部竜巻防護対策施設の防護鋼板は,当該防護対策施設の架構に取 り付けられ施設の外殻となる。

中央制御室換気系開口部竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図を図 2-5 に示す。



図 2-5 中央制御室換気系開口部竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図 14

(5) 原子炉建屋外側ブローアウトパネル竜巻防護対策施設防護鋼板

原子炉建屋外側ブローアウトパネル竜巻防護対策施設防護鋼板は,当該防護対策施設の 架構に取り付けられ施設の外殻となる。

原子炉建屋外側ブローアウトパネル竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図を図 2-6 に示 す。



図 2-6 原子炉建屋外側ブローアウトパネル竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図

(6) 原子炉建屋付属楝軽量外壁部竜卷防護対策施設防護鋼板

原子炉建屋付属棟軽量外壁部竜巻防護対策施設防護鋼板は,建屋の構造骨組に取り付け られ,竜巻に対する施設の外殻となる。

原子炉建屋付属棟軽量外壁部竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図を図 2-7 に示す。



※:貫通評価で健全性が確認された最小寸法以上

図 2-7 原子炉建屋付属棟軽量外壁部竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図

(7) 原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板

原子炉建屋排気隔離弁竜巻防護対策施設防護鋼板は,当該防護対策施設の架構に取り付 けられ施設の外殻となる。

原子炉建屋付属棟開口閉鎖部防護鋼板の構造図を図 2-8 に示す。



図 2-8 原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板の構造図

2.3 評価方針

防護鋼板の強度計算は、V-3-別添1-2「防護対策施設の強度計算の方針」の「2.3 荷重及び 荷重の組合せ」及び「5. 許容限界」にて設定している荷重及び荷重の組合せ並びに許容限界を 踏まえて、防護鋼板の評価対象部位に作用する応力等が許容限界に収まることを「3. 強度評価 方法」に示す方法により、「4. 評価条件」に示す評価条件を用いて計算し、「5. 強度評価結 果」にて確認する。

防護鋼板の評価フローを図 2-9 に示す。

防護鋼板の強度評価においては、その構造を踏まえて、設計竜巻による荷重とこれに組み合わ せる荷重(以下「設計荷重」という)の作用方向及び伝達過程を考慮し、評価対象部位を設定す る。

具体的には、飛来物が防護対象施設に衝突する直接的な影響の評価として、防護対策施設の外 殻を構成する防護鋼板に対する衝突評価を実施する。

衝突評価においては,設計荷重に対して,施設の外殻を構成する部材が飛来物を貫通させない ために,防護鋼板が終局状態に至るようなひずみを生じないこと(貫通評価)及び防護鋼板の変 形量が防護対策施設と防護対象施設の離隔距離に対して妥当な安全余裕を有すること(変形評 価)を確認する。

終局状態に至るようなひずみが確認される場合においては、その範囲を確認し、飛来物が貫通 するものではないことを確認する。

また,防護鋼板をボルトで留める際には,支持構造物の設計荷重に対する表側の面に設置し, 防護鋼板に作用する設計荷重を,支持構造物側に流す設計を基本とする。但し,建屋の内表面へ のボルト留めが必要な構造となる,原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板につ いては,ボルトにて設計荷重を全て受け止める構造となることから,据付ボルトが設計荷重に対 し破断し,防護鋼板が脱落しないことを確認する(裏面取付鋼板ボルト評価)。

防護鋼板を支持し、鋼板に作用する荷重が伝達される架構の強度評価は、V-3-別添 1-2-1-3 「架構の強度計算書」に示す。







2.4 適用規格

適用する規格,基準,指針等を以下に示す。

- Methodology for Performing Aircraft Impact Assessments for New Plant Design (Nuclear Energy Institute 2011 Rev8 (NEI 07-13)
- ・日本工業規格(JIS)
- 「発電用原子力設備規格 設計・建設規格 JSME S NC1-2005/2007」
 ((社)日本機械学会(以下「JSME」という。)
- ・「建築物荷重指針・同解説」(社)日本建築学会(2004 改定)
- 「伝熱工学資料(改訂第4版)」((社)日本機械学会)
- ・「原子力発電所耐震設計技術指針 JEAG4601-1987」((社)日本電気協会)
- ・「原子力発電所耐震設計技術指針 JEAG4601-1991 追補版」((社)日本電気協会)

3. 強度評価方法

3.1 記号の定義

(1) 荷重の設定

荷重の設定に用いる記号を表 3-1 に示す。

記号	単位	定義
А	m ²	防護鋼板の受圧面積
С	—	防護鋼板の風力係数
F _d	Ν	常時作用する荷重
G	—	ガスト影響係数
q	N/m^2	設計用速度圧
V d	m/s	竜巻の最大風速
V _{Rm}	m/s	最大接線風速
V T	m/s	移動速度
W _M	Ν	飛来物による衝撃荷重
W_{W}	Ν	風圧力による荷重
Δ P _{max}	N/m^2	最大気圧低下量
ρ	kg/m^3	空気密度
F _t	Ν	取付ボルトに対し作用する引張力
A _b	mm^2	取付ボルトの軸断面積
d	mm	取付ボルトの呼び径
Ν	_	取付ボルトの本数
σ _b	N/mm ²	取付ボルト1本当たりの引張応力
au b	N/mm^2	取付ボルト1本当たりのせん断応力

表 3-1 荷重の設定に用いる記号

3.2 評価対象部位

3.2.1 衝突評価

(1) 貫通評価

防護鋼板の貫通評価として、飛来物が防護鋼板に直接衝突した場合についての解析を行う。

飛来物の衝突を考慮する場合,被衝突物の荷重負担面積が小さいほど衝突エネルギーが分散さ れず,貫通に係る局所的な損傷が大きくなる傾向にある。従って,貫通評価としては荷重負担面 積の小さい部位に代表性があるため,評価対象となる防護鋼板の材質ごとに,開口部寸法が小さ く厚みが薄い箇所を踏まえ選定する。なお,防護鋼板の設計においては,厚さを一律 と することから,開口部寸法が小さい箇所が代表となる。

貫通評価に用いる防護鋼板の仕様を表 3-2 に示す。

ケース	寸法 縦(mm)×横(mm)	厚さ	材質	備考
1	1030×1030		SS400	幅,高さの最小寸法の組合せ
2	827×933		SM490	

表 3-2 貫通評価に用いる防護鋼板の仕様

(2) 変形評価

防護鋼板の変形評価として,飛来物が防護鋼板に直接衝突した場合についての解析を行う。 飛来物の衝突を考慮する場合,被衝突物の寸法が大きいほどたわみ量が大きくなる傾向にある。 従って,変形評価としては,評価対象となる防護鋼板の材料ごとに,開口部寸法が大きく厚みが 薄い箇所を踏まえ選定する。なお,防護鋼板の設計においては,厚さを一律 とすることか ら,開口部寸法が大きい箇所が代表となる。

変形評価に用いる防護鋼板の仕様を表 3-3 に示す。

表 3-3 変形評価に用いる防護鋼板の仕様

ケース	寸法 縦(mm)×横(mm)	厚さ	材質
1	3800×4712		SS400
2	1850×2000		SM490

3.2.1 裏面取付鋼板ボルト評価

裏面取付鋼板ボルト評価として、「2.3 評価方針」に示すとおり、ボルトにて設計荷重を全 て受け止める構造となる、原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板を対象とす る。

3.3 荷重及び荷重の組合せ

強度評価に用いる荷重は、V-3-別添 1-2「防護対策施設の強度計算の方針」の「2.3 荷重及び 荷重の組合せ」を踏まえて設定する。

(1) 荷重の設定

強度評価には以下の荷重を用いる。荷重の算定に用いる竜巻の特性値を表 3-4 に示す。

最大風速	移動速度	最大接線風速	最大気圧低下量					
V_{D}	V T	V_{Rm}	ΔPmax					
(m/s)	(m/s)	(m/s)	(N/m^2)					
100	15	85	8, 900					

表 3-4 荷重の算定に用いる竜巻の特性値

- a. 風圧力による荷重(W_w) 風圧力による荷重W_wは、下式により算定する。 W_w=q×G×C×A 設計用速度圧qは、下式により算定する。 q = (1/2) ρ ×V_D²
- b. 飛来物による衝撃荷重(W_M)

飛来物による衝撃荷重(W_M)は,表 3-5 に示す飛来物の衝突に伴う荷重とする。飛来速度については,評価の代表性を考慮し,水平,鉛直の飛来速度のうち大きい方である水平方向速度を設定する。

TIS STE HAM	寸法	質量	飛来速度
飛禾初	(m)	(kg)	(m/s)
鋼製材	4.2×0.2×0.3	135	51

表 3-5 飛来物の諸元

c. 常時作用する荷重(F_D)

常時作用する荷重(F_D)としては、自重を考慮する。

(2) 荷重の組合せ

貫通評価,変形評価に用いる荷重の組合せは、V-3-別添 1-2「防護対策施設の強度計算の方 針」の「2.3 荷重及び荷重の組合せ」のとおり、風圧力による荷重,飛来物による衝撃荷重及 び常時作用する荷重を組み合わせる。

荷重の組合せを表 3-6 に示す。

 評価内容
 荷重の組合せ

 貫通評価

 変形評価
 Ww+WM+Fd

 裏面取付鋼板ボルト評価

表 3-6 荷重の組合せ

なお、貫通評価及び変形評価においては、風圧力による荷重と自重の組合せを考えた場合、 鉛直設置鋼板への飛来物衝突時の変形方向(水平)においては、想定する風圧力(想定最大 値:6100=7320 N/m²)が卓越する。これは、水平設置鋼板の衝突時変形方向(鉛直下向き)に 作用する、風圧力(上向きのため考慮しない)と鋼板の自重(約 N/m²)の和より大きくな ることから、評価においては、代表性を考慮し鉛直設置鋼板の風圧力を想定した荷重を設定す る。

22

3.4 許容限界

防護鋼板の許容限界は、V-3-別添 1-2「防護対策施設の強度計算の方針」の「5. 許容限界」 にて設定している許容限界を踏まえて設定する。

(1) 貫通評価

貫通評価の許容限界としては、鋼材の破断ひずみを設定する。破断ひずみについては、
「3.5.(3)b. 破断ひずみ」に示すとおり、JIS に規定されている伸びの下限値を基に設定するが、
「NEI 07-13 : Methodology for Performing Aircraft Impact Assessments for New Plant
Designs」(以下「NEI 07-13」という。)においてTF(多軸性係数)を 2.0 とすることが推奨されていることを踏まえ、安全余裕として TF= 2.0 を考慮して設定する。

貫通評価の許容限界を表 3-7 に示す。

ケース	材質		破断ひずみ (真ひずみ)
1	SS400		
2	SM490		

表 3-7 許容限界(防護鋼板の貫通評価)

(2) 変形評価

変形評価の許容限界としては,防護鋼板の材質ごとに,それぞれが適用されている部位におけ る防護対象施設との離隔距離未満の変形量を設定する。

変形評価の許容限界を表 3-8 に示す。

ケース	材質	衝突方向変位量(mm)
1	SS400	
2	SM490	

表 3-8 許容限界(防護鋼板の変形評価)

(3) 裏面取付鋼板ボルト評価

裏面取付鋼板ボルト評価の許容限界としては、JEAG4601を準用し、その他支持構造物の許容限界を適用し、許容応力状態ⅢASから算出した許容応力を許容限界とする。 裏面取付鋼板ボルト評価の許容限界を表 3-9 に示す。

許容応力 状態	応力の種類		許容限界	
III A S	一次 応力	引張	$1.5 f_t$	
		せん断 [※]	1.5f _s	
			//L·/J	лц•> J

表 3-9 許容限界(裏面取付鋼板ボルト評価評価)

※一方の荷重が卓越する場合は評価しない

具体的な許容限界を表 3-10 に示す。

(原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板)

評価対象部位	材料	温度条件 (℃)	S _y (MPa)	S _U (MPa)	1.5 f _t (MPa)	1.5 f _s (MPa)
取付ボルト	SM490	40	325	490	243	187

表 3-10 裏面取付鋼板ボルトの許容限界(2/2)

(原子炉建屋付属棟軽量外壁部竜巻防護対策施設防護鋼板)

評価対象部位	材料	温度条件	S _y	Su	1.5 f $_{\rm t}$	1.5 f _s
		(°C)	(MPa)	(MPa)	(MPa)	(MPa)
取付ボルト	SM490	40	325	490	243	187

3.5 評価方法

3.5.1 貫通評価及び変形評価

(1) 解析モデル

防護鋼板の貫通評価及び変形評価は、解析コード「LS-DYNA」を用いて3次元 FEM モデルによりモデル化し評価を実施する。なお、評価に用いる解析コードの検証及び妥当性確認等の概要については、別紙1「計算機プログラム(解析コード)の概要」に示す。

防護鋼板はシェル要素でモデル化し、境界条件は、防護鋼板の端部を完全固定とする。飛来 物は、衝突時の荷重が保守的となるよう接触断面積を小さくするため、先端部(衝突部)を開 口としてシェル要素でモデル化する。

防護鋼板及び飛来物の解析モデル図を図 3-1 に示す。



図 3-1 防護鋼板及び飛来物の解析モデル図

(2) 材料定数

飛来物及び防護鋼板に使用する鋼材の材料定数を表 3-11 に示す。

材料定数は,JIS 及び「鋼構造設計規準-許容応力度設計法-(社)日本建築学会(2005 改 定)」に基づき設定する。

	十十万斤	厚さ	降伏応力σy	ヤング係数	ポマリント
	的頁	(mm)	(MPa)	E(MPa)	ホノノン比
飛来物	55400	5を超え	945	2.05×10^{5}	0.2
(鋼製材)	33400	16以下	240	2.03 \ 10	0. 5
防護	SS400			2. 05×10^5	0. 3
鋼板	SM490			2. 05×10^5	0.3

表 3-11 使用材料の材料定数

- (3) 鋼製材料の非線形特性
 - a. 材料の応力-ひずみ関係

飛来物の衝突に対する解析は、変形速度が大きいためひずみ速度効果を考慮することとし、 以下に示す Cowper-Symonds の式を適用する。

$$\sigma_{eq} = (A + B \epsilon_{p1}^{n}) \left\{ 1 + (\dot{\epsilon}_{p1} / D)^{1/q} \right\}$$

ここで, σ_{eq}は動的応力, Aは降伏応力, Bは硬化係数, ε_{p1}は相当塑性ひずみ, ε_{p1}は 無次元相当塑性ひずみ速度, nは硬化指数, D及び q はひずみ速度係数を表す。これらのパ ラメータを表 3-12 に示す。

	飛来物 (鋼製材)	防護	鋼板
材料	SS400	SS400	SM490
В			
n			
D(s ⁻¹)			
q			

表 3-12 Cowper-Symonds 式への入力パラメータ

材料の応力-ひずみ関係はバイリニア型とする。 バイリニア型応力-ひずみ関係の概念図を図 3-2 に示す。



b. 破断ひずみ

破断ひずみは,JIS に規定されている伸びの下限値を基に設定する。また,「NEI 07-13」 においてTF(多軸性係数)を 2.0 とすることが推奨されていることを踏まえ,安全余裕と してTF= 2.0 を考慮する。TFについては,防護鋼板のみ 2.0 とする。

鋼製材は、保守的に破断ひずみを超えても要素を削除せず、荷重を負担するものとする。 防護鋼板の破断ひずみを表 3-13 に示す。

表 3-13 防護鋼板の破断ひずみ

ケース	Þ.	竹質	JIS 規格値 (伸び)	ΤF	破断ひずみ*
1	SS400			2.0	
2	SM490	,		2.0	

※: 真ひずみ換算値

- 3.5.2 裏面取付鋼板ボルト評価
 - (1) 評価モデル

原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板の,裏面取付鋼板ボルト評価における 引張応力は,防護鋼板の受圧面積に対する風圧力及び設計飛来物の衝突荷重に対し,これを全て 取付ボルトで受けるものとして計算する。

イ.引張力

 $F~t=\!W_W\!+\!W_M$

ロ. 引張応力 $\sigma_{bt} = F_{bt} / (N \cdot A_b)$ ここで, $A_b = \pi \cdot d^2 / 4$

また、地震荷重に対しては、以下のとおり評価する。

イ. 地震荷重

水平方向: $F_H=3 \cdot C_H \cdot m$ 鉛直方向: $F_V=C_V \cdot m$

如但刀间: $\Gamma_V - C_V$ · П

口. 発生応力

引 張: $\sigma_b = F_H / (N \cdot A_b)$

せん断: $\tau_b = F_V / (N \cdot A_b)$

また,原子炉建屋付属棟軽量外壁部竜巻防護対策施設防護鋼板の取付ボルトに対しても,地震荷 重に対し以下のとおり評価する。

鋼板の単位幅当たりの地震荷重

水平方向: $F_{H} = C_{H} \cdot m'$

鉛直方向::F_v=C_v·m'

Сн:水平方向震度

C_V:鉛直方向震度

m':鋼板の単位幅当たりの重量

取付ボルトの発生応力

引張: $\sigma_{b} = F_{H} / (N' \cdot A_{b})$ せん断: $\tau_{b} = F_{V} / (N' \cdot A_{b})$ N':鋼板の単位幅当たりの取付ボルト本数

4. 評価条件

「3. 強度評価方法」に用いる評価条件を,以下に示す。

q	G
(N/m^2)	(-)
6. 1×10^3	1.0

表 4-1 風荷重の算出に用いる条件(共通)

防護鋼板の貫通評価及び変形評価における風荷重の算出条件を,表 4-2 に示す。

С	А		
(-)	(m ²)		
1.2	貫通評価	ケース1	1.06
		ケース2	0.772
	変形評価	ケース1	17.9
		ケース2	3.70

表 4-2 風荷重の算出に用いる条件(貫通評価,変形評価)

原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板取付ボルトの竜巻評価の条件を,表 4-3 に示す。

表 4-3 裏面取付鋼板ボルトの評価条件(竜巻)

С	А	W _M	ボルト	Ν	A_{b}
(-)	(m^2)	(kN)	サイズ	(-)	(mm^2)
0.8	3.73	4000	M24	40	452

(原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板)

ここで, 原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板の荷重W_Mは, 貫通評価及び変形 評価に用いた鋼板に作用する単位長さ当たりの荷重が, 図 4-1 に示すとおり 4 辺の長さが大きくな るほど低下する傾向にあることを踏まえ,以下のとおり設定した。

・開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板の固定端4辺の長さの合計:12.0 m

・図 4-1 で, 12.6 m より小さい最近ケースの単位長さ当たりの荷重: kN/m

より、開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板に作用するW_Mは、

$$W_M = 12.0 \times$$

となり、これを保守側に丸めて 4000 kN とした。



図 4-1 防護鋼板固定端に作用する荷重

原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板に作用する耐震評価の条件については,表 4-4 のとおり。

表 4-4 裏面取付鋼板ボルトの耐震評価条件(地震) (原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板)

+	震度	鋼板質量	荷重
刀回	(-)	(kg)	(kN)
水平	1.03	1947	13
鉛直	0.78	1247	10

原子炉建屋付属棟軽量外壁部竜巻防護対策施設防護鋼板取付ボルトの耐震評価の条件については, 表 4-5 のとおり。

表 4-5	原子炉建屋付属棟軽量外	ト壁部竜巻防護対策施設防護鋼板の耐震評価条件

方向	震度 (-)	鋼板質量 (kg/m)	地震荷重 (kN/m)	ボルト径	N' (1/m)	A_{b} (mm ²)
水平						
鉛直	這個					

5. 強度評価結果

(1)貫通評価

防護鋼板の貫通評価結果を表 5-1 に示す。防護鋼板のひずみは許容限界を超えず,設計飛来物 は防護鋼板を貫通しない。

	ۍ ا	ずみ
ケース	評価結果	許容限界
1		
2		

表 5-1 貫通評価結果

(2)変形評価

防護鋼板の変形評価結果を表 5-2 に示す。衝突方向変位量は許容限界を超えず,防護鋼板が防 護対象施設に接触することはない。

+ - 0	赤水苏尔外田
表 5−2	

	衝突方向変位量		
ケース	評価結果(mm)	許容限界(mm)	
1			
2			

(3) 裏面取付鋼板ボルト評価

原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板取付ボルト評価の結果を表 5-3 及び表 5-4 に示す。取付ボルトに発生する応力は許容限界を超えず,原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻 防護対策施設防護鋼板が脱落することはない。

> 表 5-3 裏面取付鋼板ボルト評価結果(竜巻) (原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板)

発生応力(N/mm²)	許容限界(N/mm²)
	243

応力分類	発生応力	許容限界		
	(MPa)	(MPa)		
引張		243		
せん断		187		
組合せ		243		

表 5-4 裏面取付鋼板ボルト評価結果(地震)

(原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜巻防護対策施設防護鋼板)

また,原子炉建屋付属棟軽量外壁部竜巻防護対策施設防護鋼板取付ボルト評価の結果を表 5-5 に示す。取付ボルトに発生する応力は許容限界を超えず,原子炉建屋付属棟開口閉鎖部竜 巻防護対策施設防護鋼板が脱落することはない。

表 5-5 裏面取付鋼板ボルト評価結果(地震) (原子炉建屋付属棟軽量外壁部竜巻防護対策施設防護鋼板)

応力分類	発生応力		許容限界	
	(MPa)		(MPa)	
引張				
せん断		追而		
組合せ				