

柏崎刈羽原子力発電所7号機
「発電用原子炉施設に関する耐震設計審査指針」の改訂に伴う
耐震安全性評価結果 中間報告書(その2)の概要

1.はじめに

平成18年9月20日付けで原子力安全・保安院より、改訂された「発電用原子炉施設に関する耐震設計審査指針」(以下「新耐震指針」という。)に照らした耐震安全性の評価を実施するよう求める文書が出され、当社は、柏崎刈羽原子力発電所7号機の耐震安全性評価を行ってきました。

また、平成19年7月には新潟県中越沖地震があり、経済産業大臣より、新潟県中越沖地震から得られる知見を耐震安全性の評価に適切に反映し早期に評価を完了する旨の指示があるとともに、原子力安全・保安院より、平成19年12月27日および平成20年9月4日には、新潟県中越沖地震を踏まえた耐震安全性評価に反映すべき事項の通知がありました。

これらを踏まえ、平成20年5月22日に基準地震動 S_s に関する報告書を(平成20年9月22日に補正)、平成20年10月22日に敷地周辺および敷地の地質および地質構造に関する報告書をそれぞれ国に提出(各報告書の概要は参考-1、2参照)するとともに、平成20年11月4日、それまでに実施してきた耐震安全性評価に関する中間報告書を取りまとめ、国に提出いたしました。(11月4日お知らせ済み)

その後、さらに解析が進捗したことから、本日(平成20年11月28日)、これまでに実施してきた同発電所7号機の耐震安全性評価に関する結果を取りまとめ、中間報告書(その2)として国に提出いたしました。中間報告書(その2)の概要は以下のとおりです。

【中間報告書(その2)のポイント】

基準地震動により、安全上重要な機能を有する耐震Sクラス施設等(一部を除く)の耐震解析を完了し、耐震安全性が確保されていることを確認いたしました。

なお、基礎地盤の安定性評価および地震随件事象(津波評価及び周辺斜面の安定性)等については、現在解析・評価を行っているところであり、最終報告において結果を示す予定です。

2 . 新耐震指針に照らした耐震安全性評価の流れ

耐震安全性評価の検討に先立ち、新耐震指針に照らした各種地質調査を実施し、この調査結果を用いて、新耐震指針に照らした基準地震動 S_s の策定を行い、建物・構築物や機器・配管系の耐震安全性評価を順次実施しました。各種地質調査および新耐震指針に照らした基準地震動 S_s の策定の結果については、それぞれ平成 20 年 9 月 22 日および平成 20 年 10 月 22 日に国にご報告しました（それぞれの報告書の概要については参考 - 1、2 を参照）。

なお、新耐震指針に照らした耐震安全性評価の流れは、別紙 - 1 のとおりであり、新潟県中越沖地震を踏まえた耐震安全性評価に反映すべき事項も踏まえ、評価を行います。

3. 施設等の耐震安全性評価

3.1 安全上重要な建物・構築物の耐震安全性評価

柏崎刈羽原子力発電所7号機建物・構築物の耐震安全性の評価は、基準地震動 S_s を用いた地震応答解析（時刻歴応答解析法）によることとし、建物・構築物や地盤の特性を適切に表現できるモデルを設定した上で実施しました。

原子炉建屋の評価にあたっては、建屋全体の耐震安全性を確認する観点から、地震応答解析の結果による耐震壁のせん断ひずみを評価しました。

評価の結果、耐震壁の最大せん断ひずみは評価基準値(2.0×10^{-3})を満足しており、耐震安全性が確保されていることを確認しました。（表3-1）

タービン建屋の評価にあたっては、耐震上重要な機器・配管が設置されている機能維持部位についての耐震安全性を確認する観点から、地震応答解析の結果による当該部位における耐震壁のせん断ひずみを評価しました。

評価の結果、耐震壁の最大せん断ひずみは評価基準値を満足しており、耐震安全性が確保されていることを確認しました。（表3-1）

排気筒の耐震安全性の評価にあたっては、地震応答解析の結果から発生応力を評価しました。

評価の結果、排気筒に発生する応力は評価基準値以下であり、耐震安全性が確保されていることを確認しました。（表3-1）

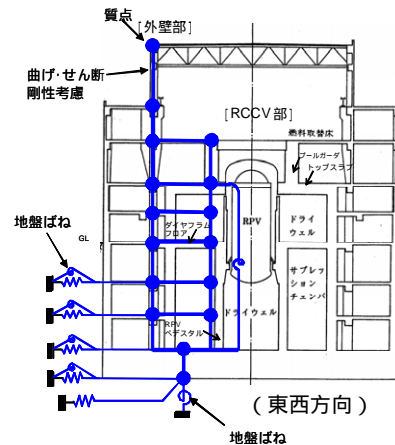


図3-1 原子炉建屋（モデル図の例）

表3-1 建物・構築物評価結果

対象施設	対象部位	最大応答値	評価基準値
原子炉建屋	耐震壁	0.44×10^{-3} (せん断ひずみ)	2.0×10^{-3}
タービン建屋	耐震壁	0.22×10^{-3} (せん断ひずみ)	2.0×10^{-3}
排気筒	鉄塔 主柱材	205.3 (圧縮応力)	339 (N/mm ²)
		95.5 (曲げ応力)	357 (N/mm ²)

3.2 安全上重要な機器・配管系の耐震安全性評価

評価は、柏崎刈羽原子力発電所7号機の安全上重要な機能を有する耐震Sクラスの主要な設備等の評価対象約130機器のうち約110機器に対して実施しました。

基準地震動 S_s による応答解析を行い、その結果求められた発生値を評価基準値と比較することによって構造強度評価、動的機能維持評価を行いました。

ここで評価基準値とは、構造強度評価の場合は材料毎に定められた許容応力等、動的機能維持評価の場合は試験で予め正常に作動することが確認された確認済相対変位等のことを言います。

評価の結果、発生値は評価基準値を満足しており、耐震安全性が確保されていることを確認しました。表3-3および-4に、柏崎刈羽原子力発電所7号機の耐震Sクラス設備のうち、原子炉を「止める」、「冷やす」、放射性物質を「閉じ込める」の安全上重要な機能を有する主要設備の評価結果例を示します。

表 3-3 構造強度評価結果

区分	設備	評価部位	単位	発生値 ¹	評価基準値(許容値)
止める	炉心支持構造物	シュラウドサポート	応力(MPa)	51	260
冷やす	残留熱除去ポンプ	基礎ボルト	応力(MPa)	14	350
	残留熱除去系配管	配管	応力(MPa)	206	364
閉じ込める	原子炉圧力容器	基礎ボルト	応力(MPa)	215	499
	主蒸気系配管	配管	応力(MPa)	217	374
	原子炉格納容器	原子炉格納容器配管貫通部	応力(MPa)	245	269

1 発生値は基準地震動 Ss-1、2、3、4、5 によるもののうち最も厳しいものを記載

表 3-4 動的機能維持評価結果

区分	設備	単位	発生値 ¹	評価基準値(許容値)
止める	制御棒(挿入性)	相対変位(mm)	15.9	40.0

1 発生値は基準地震動 Ss-1、2、3、4、5 によるもののうち最も厳しいものを記載

3.3 屋外重要土木構造物の耐震安全性評価

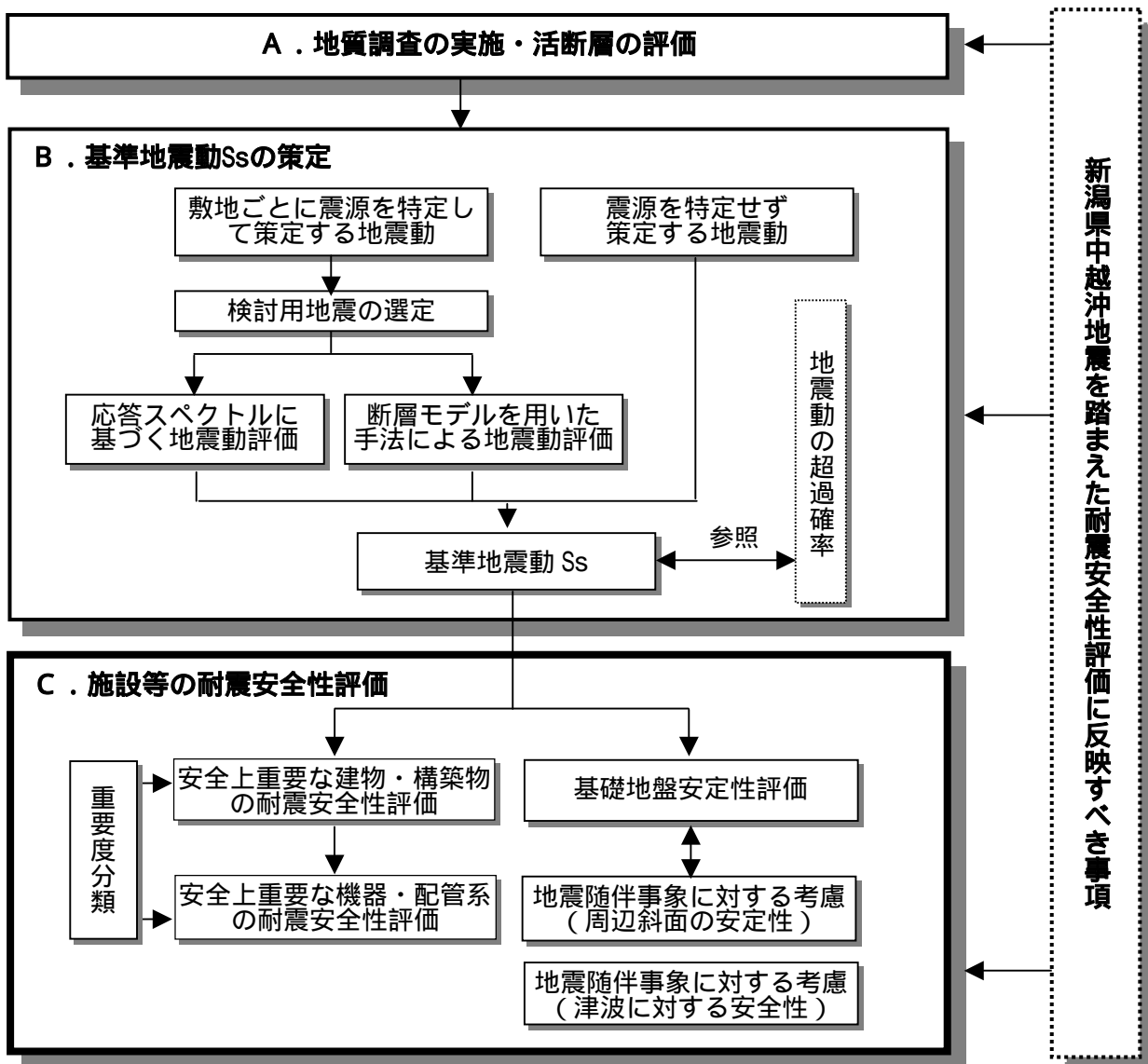
柏崎刈羽原子力発電所7号機の屋外重要土木構造物(非常用取水路)について、耐震安全性評価を実施しました。評価にあたっては、基準地震動 S_s による地震応答解析等を実施し、構造物に働くせん断力を評価基準値と比較することにより、耐震安全性を評価しました。

評価の結果、せん断力は評価基準値を満足しており、耐震安全性が確保されていることを確認しました。

設備	せん断力 (kN)	評価基準値 (kN)
非常用取水路	848	1105

以 上

【別紙 - 1】耐震安全性評価の流れ



耐震安全性評価の評価対象施設等

施設等の分類	評価対象施設等の内訳
基礎地盤（追而）	原子炉建屋基礎地盤
建物・構築物（一部追而）	原子炉建屋、タービン建屋、排気筒
機器・配管系（一部追而）	原子炉本体、計測制御系統設備、原子炉冷却系統設備、原子炉格納施設、放射線管理設備、燃料設備、附帯設備
屋外重要土木構造物	原子炉冷却系統設備に係る土木構造物
地震随件事象（追而）	津波、周辺斜面